「大飯発電所3,4号機新規制基準適合性確認結果について(報告)」(平成25年4月)に係る追加報告について

# 平成25年6月 関西電力株式会社

平成25年3月19日に開催された第33回原子力規制委員会にお いて、発電用原子炉の新規制施行に向けた基本的な方針について議 論され、平成25年7月の新規制導入時点における稼動中プラント については、新規制が導入される前に新規制基準をどの程度満たし ているかを把握するための確認作業を行うとの方向性が示された。 これを受けて、平成25年3月25日、当社は原子力規制庁より、現 在運転中であり平成25年9月まで運転を継続する予定の大飯発電 所3,4号機に関して、新規制基準を踏まえた実態を報告するよう要 請された。上記の要請に基づき、大飯発電所3,4号機の新規制基準 への適合性について確認し、その結果を取りまとめ、平成25年4 月18日に報告した。また、外部火災影響評価結果、火山影響評価 結果および重大事故対策における手順書の整備、訓練の実施に関す る内容について、平成25年5月16日に追加報告した。

本報告書は、これらの報告に係る追加報告内容についてまとめたものである。



4月18日報告

図 今回の報告範囲について

# 目 次

1	•	熊川断	層に	関す	3	評	価	に	つ	11	τ	•	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	3
2	•	大飯発	電所	3,4	号	機	に	お	け	る	地	震	以	外	თ	要	因	に	よ	る	津	波	に		
		関する	検討	につ	L١	τ		••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	14
3	•	大飯発	電所	<sup>2</sup> 3,4	号	機	に	お	け	る	確	率	論	的	津	波	Л	ザ	—	ド	評	価	に		
		関する	検討	につ	L١	τ		••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	41
4	•	大飯発	電所	<sup>2</sup> 3,4	号	機	に	お	け	る	津	波	に	よ	る	放	水	ピ	ッ	۲	内	Ø			
		水位評	価に	つい	τ			••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	62
5		大飯発	電所	3,4	号	機	に	お	け	る	原	子	力	発	電	所	თ	竜	巻	影	響	評	価		
		につい	τ					••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	76
6	•	大飯発	電所	<sup>2</sup> 3,4	号	機	に	お	け	る	原	子	力	発	電	所	თ	内	部	溢	水	影	響	評	
		価につ	いて					••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	209
7	•	大飯発	電所	<sup>2</sup> 3,4	号	機	に	お	け	る	原	子	力	発	電	所	თ	内	部	火	災	影	響		
		評価に	つい	τ				••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	••	370

1. 熊川断層に関する評価について

熊川断層に関する評価



# 熊川断層に関する評価

2

3

陸域の地質層序

文献調査結果

地形調査結果及び東端付近の地表地質調査結果

トレンチ調査結果

熊川断層西端に関する調査結果

(反射法地震探査・ボーリング調査結果)

(地表地質調査と高速道路切土法面の確認結果)

(高速道路今富トンネル施工記録の確認結果)

熊川断層西端に関する補足調査結果

(H24年度反射法地震探査結果)

地質年代							
		完新世	a 沖積層,新期扇状	地堆積物及び崖錐堆積物			
	第四紀	更新世	t 段丘堆積物(低位目	<sup>役丘堆積物・中位段丘堆積物・高</sup>	位段丘堆積物)及び古其 No 能登野層	I扇状地堆積物	琵琶湖層群
		鮮新世	In 伊根層群				
新生代	新第三紀	中新世	Ht         北但屬群 丹後層           Ha         北但屬群 綱野層           Ho         北但屬群 靈岡層           Hy         北但屬群 八鹿屬	Qd         石英閃緑岩           A2・A3         青葉山安山岩類 大山安山岩           Uc         内浦層群			_
	古第	三紀	G6 宮津花崗岩	_	G3 蘇洞門花崗	岩類	G7 江若花崗岩
	白亜紀	後期	R1 音海流紋岩				G5 雲谷山花崗岩
		前期					丹波帯中・古生層及び古屋原
中生代	ジュ	ラ紀					327 L97 X区分 Eu 古屋層
	三畳紀		Sd 志高層群	Nb 難波江層群 (荒倉層を含む) G1 舞鶴花崗岩			S 周山コンブレックス K 雲ヶ畑コンブレックス H 灰屋コンブレックス T 鶴ヶ岡コンブレックス
			下見谷層	夜久野オフィオライト	舞鶴層群	超丹波蒂	Y         由良川コンフ <sup>*</sup> レックス
			Sa   頁岩・砂岩     Sb   緑色岩類・凝灰岩	Yg     緑色岩類·頁岩       Yf     珪長岩	Ms 砂岩 Mm 頁岩	Hk N上層 Oi 大飯層	岩相 (コンプレックスの記号に 岩相の記号を付記)
古生代	ペル	ム紀		Yd石英閃緑岩	Mg 緑色岩類	Kz 上月層	×混在岩
				Yb 変現れい岩 Yu 超苦鉄質岩類	Ou 大浦暦 Os 大島暦		s 砂岩 C チャート I 石灰岩 g 緑色岩類
	78	827			]		
	イロ / デボン オルド	enc /紀~ ビス紀	大江山オフィオライト Oe 超苦鉄質岩類	Yr         変花崗岩           (桑飼花崗岩)			
新生生	+筆四紀面	新世~	D 岩脈	( DI FUJAK	An 安山岩	De 7'1#11	Ry 流紋岩 )
新第三	○第四紀史新世~ 三紀~古第三紀			( Di 閃緑岩	Gp 花崗斑岩		)

陸域の地質層序

#### 文献調查·地表地質調查

## 熊川断層に関する文献調査結果



連続性に富むシャープなリニアメント(L) 主なリニアメント

4



## 熊川断層の活動性(トレンチ調査結果)

6



# 熊川断層西端に関する調査結果(反射法地震探査結果) 7



反射法地震探査の結果、F測線において、基盤岩上面(想定)や堆積層中に断層による変位・変形が認められない。



<complex-block><figure><figure>





今富トンネル展開図(L=805m) 西日本高速道路株式会社殿より提供いたたいた今高トンネル施工記録に加業。



・既往反射法地震探査測線の東側、約1km離れた小浜市遠敷付近(No. 1測線)において実施した反射法地震探査の 結果、基盤岩上面(想定)や堆積層中に断層による変位・変形が認められない。



# 【参考】反射法地震探査の分解能について

照川町眉火灯広地辰休宜の土る江徠	熊	川断層	反射法	地震探狂	査の主	な仕様
------------------	---	-----	-----	------	-----	-----

項目				備考				
実施年度		平成20年度		平成2	4年度			
測 線 名	E1	E2	F	No.1	No.2			
<b>波動種</b> 別			P波			縱波		
震源	油圧	ビンパクター(JN (加速式重	E1測線の北川河川敷では鉄 ハンマーを使用					
<b>火 開 報</b>		速度型地震 (固有周)						
データ収録器	デジタ (G·DAPS-4/	ルテレメトリ―型 A、㈱地球科学総	収録器 :合研究所製)	GPS <b>内蔵独</b> (GSR-1、Oyo	立型収録器 Geospace製)	24ビットディジタル収録方式		
発震点間隔								
総発震点数	395	422	500	849	718			
受震点間隔								
総受震点数	202	240	263	448	388			
最大受震距離			約300m			発震点と受震点間の最大距離		
標準同時収録チャンネル数			61ch					
収録時間			1.5sec					
収録時サンプリングレート		1.0msec (1000Hz	)	0.5msec	(2000Hz)			
収録時の帯域フィルター		アンチ・エ・	イリアスフィルター	−のみ使用				
標準水平重合数(CDP重号数)			30重合					
垂直重合数(スタック回数)			5~14 <b>回</b>			取得データを確認し適宜変更		
調本測緯目れにが測ま来り	1,035m	1, <b>263</b> m	1,338m	2,302m	2,003m	御末と史佐」と測編の時報		
調査測録長およい測点番号	2~410	2~484	2~536	2~918	2~802	調査を美心した測録の距離 		
初代期始またにないで乗り	1,030m	1,188m	1,322m	2,207 <u>.</u> 5m	1951.25m	解析を実施した測線の距離		
所们刺殺党およいUMP番号	1~825	1~952	1~1059	1~1,767	1~1,562	「FFMで天地した刺歌の距離 (CMP間隔の累計)		

# 反射法地震探査結果の分解能に関する検討(E1, E2測線)





17



反射法地震探査結果の分解能に関する検討(No. 1測線)



反射面の幅:約10msec ⇒ 想定基盤岩上面の反射面の 分解能は約5m

反射法地震探査結果の分解能に関する検討(No. 2測線)



#### No. 2測線 反射記録断面(時間断面)



2.大飯発電所 3,4 号機における地震以外の要因による津波に関する検討について

# 地震以外の要因による津波に関する検討

既往津波の調査結果(文献調査結果)

1

〇以下の文献調査を実施し、日本海における津波の記録を確認するとともに、地震以外の要因に よる津波についての記載の有無を確認。

- ① 羽鳥徳太郎(1984):日本海の歴史津波、月刊地球、Vol.16、No. 9.
- ② 国立天文台(2009):理科年表 平成21年、丸善.

れない。

- ③ 宇佐美龍夫(2003):「最新版 日本被害地震総覧 [416] -2001」、東京大学出版会.
- ④ 羽鳥徳太郎(2010):歴史津波からみた若狭湾岸の津波の挙動、歴史地震、第25号、p75-80
- 5 渡辺偉夫(1998):日本被害津波総覧[第2版]、p.165.
- ⑥ 気象庁(2007): 平成19 年8月 地震·火山月報(防災編)、第1号、pp.41-42.



〇既往津波に関しては、地震によるもの、地震以外の要因によるものを含め、若狭湾周辺に大きな被害をもたらした津波はない。
 〇火山活動に伴う山体崩壊が引き起こした津波としては、1741年渡島沖地震の記載があるが、これ以外に、海底・陸上の地すべりや、海底火山活動、その他を成因とした津波の記録は認めら

### <u>既往津波の調査結果(津波堆積物調査結果)</u>

#### 1.調査目的

 ・ 若狭湾における津波の痕跡に関するデータ拡充を図ることを目的として、関西電力(株)、日本原子力発電
 (株)、(独)日本原子力研究開発機構(JAEA)の3社
 共同で、津波堆積物調査を実施

#### 2.調査位置

- 三方五湖周辺(久々子湖5箇所、中山湿地1箇所、菅 湖1箇所)
- 久々子湖東方陸域(早瀬、久々子・松原、坂尻の各 地区8箇所)
- ・ 猪ヶ池(6箇所)

跡は認められない。

#### 3.調查·評価方法

- ボーリングにより、完新世(約1万年前以降)の地層を カバーするよう試料採取を実施
- X線CTスキャンを併用した肉眼観察、微化石層分析 等を実施し、海から運ばれた痕跡(砂層など)を調査 し、津波堆積物の有無を評価

#### 4.評価結果

〇各発電所の安全性に影響を与えるような津波の痕跡 は認められなかった。(H24.12.18規制庁へ報告済)

〇津波堆積物調査結果からも、各発電所の安全性に 影響を与えるような地震以外の要因による津波の痕



2

3



評価対象となる地震以外の要因

- 〇文献調査結果および津波堆積物調査結果から、既往津波のうち、地震以外の要因によるものに関しては、大飯発電所3・4号機の安全性に影響を与える可能性のあるものは認められない。
- 〇一方、新規制基準※によれば、「陸上及び海底での地すべり、斜面崩壊、火山現象 (噴火、山体崩壊、カルデラ陥没等)」による津波発生要因について考慮すべきとされ ている。このため、
  - ① 海底地すべり
  - ② 陸上の斜面崩壊(地すべり)
  - 火山現象による山体崩壊

による津波について評価を行った。

<sup>※「</sup>実用発電用原子炉及びその附属施設の位置、構造及び設備の基準を定める規則」第5条2の一

海底地すべりによる津波の評価

4

5

## <u>検討方針</u>

- ○日本海において、若狭湾沿岸に最も近い海底地すべり地形群(徳山他2001<sup>※)</sup>である隠岐ト ラフを対象に、海底地すべり地形の位置、規模に関する情報を得るため、文献や海上音波 探査記録の再解析結果から作成した海底地すべり跡の位置図及び海底の層相区分図を 作成。(p6-8)
- 〇作成した海底地すべり跡の位置図及び海底の層相区分図から、それぞれの海底地すべり 地形の規模を算定、最も大きなものを抽出し、崩壊前の地形を推定。(p9-11)
- 〇抽出された海底地すべり地形から、初期水位形状を予測するため、複数の方法(Wattsらによる予測式とKinematicモデル)を検討。(p12-15)
- ○抽出された海底地すべり地形から、上記2手法に必要なパラメータを決定し、それぞれ津波 伝播計算を実施。(p16-18)

<sup>※</sup> 徳山英一、本座栄一、木村政昭、倉本真一、芦孝一郎、岡村行信、荒戸裕之、伊藤康人、徐垣、日野亮太、野原壯、阿部寛信、坂井眞一、 向山建二郎、「日本海周辺海域中新世最末期以降の構造発達史」付図、海洋調査技術、13(1)、p26-53、March 2001

- 〇石川県沖から鳥取県沖にかけて旧地質調査所(現:独立行政法人産業技術総合研究所 地質調査 総合センター)が作成した海底地すべり地形位置図および層相区分図(1/20万)に、海底地すべり地 形と、海底の層相区分図を追加した。
- 〇海底地すべりの判読にあたっては、山本(1991)\*による手法に準じて、海上音波探査記録(3.5kHzサ ブボトムプロファイラー:SBP)の再解析結果から、崩落崖(海底地すべり地形)を判読した。



## 層相区分図の作成

#### 【層相の凡例】 (池原他(1990)※1のパターン区分図に追記)



#### 【層相の区分詳細および特徴】 (池原他(1990)※1から抜粋)

Table 1. Classification and characteristics of eight acoustic facies.

FACIES	ACOUSTIC CHARACTERS (combination of sea floor and internal reflector pattern*)	SEDIMENTS	INTERPRETATION	DISTRIBUTION
1 DISTINCT -single & rough	Strong bottom return, no or very poor internal return, rough bottom. (A&III)	Gravelly, rocky	Gravelly or rocky bottom	Oki Ridge N of Dogo
2 DISTINCT -single & smooth	Strong bottom return, no or very poor internal return, smooth bottom. (B&III)	Sandy	Sandy bottom	Oki Ridge Wakasa Sea Knoll Chain
3 STRATIFIED -thick-bedded	Internal reflectors continuous and underformed, stratified, smooth bottom. (B&i)	Muddy (clayey silt- silty clay) massive	Muddy bottom -hemipelagic	Marginal terrace
4 STRATIFIED -thin-bedded	Internal reflectors continuous and undeformed, finely stratified, smooth bottom, (B&I)	Muddy tephra and/or sand layers interbedded	Muddy bottom -hemipelagic, (turbidite)	Central part of SW Trough most of NE Trough
6 STRATIFIED -blocky	Internal reflectors essentially continuous and undeformed. stratified, basal shear surface reflectors, smooth bottom, stepped topography. (B&I)	Muddy massive	Muddy bottom -slide, (hemipelagic)	Edge of marginal terrace
6 HYPERBOLIC -large	Sea floor reflectors largely hyperbolic or irregular and prolonged, internal reflectors poorly observed. (D&ill)	Muddy massive	Muddy bottom -slump	Lower part of slope
7 HYPEABOLIC -small	Sea floor and/or internal reflectors hyperholic or irregular and prolonged, mounded or lens-shaped, blunt distal termination. (C&I,II)	Munday occurrence of mud clasts	Muddy bottom -debris flow	SW Trough
8 TRANSPARENT	No or very poor internal reflectors, lens or mounded-shaped or layered. (B&II)	Muddy occurence of mud clasts massive	Muddy bottom -debris flow, hemipelagic	SW Trough

海上音波探査記録の再解析記録から層相1~8のパターンに分類し、層相区分図を作成 ※ 池原研・佐藤幹夫・山本博文(1990a)高分解能音波探査記録からみた隠岐トラフの堆積作用. 地質学雑誌, 96巻, p.37-49



## 評価対象となる地すべり地形の抽出

〇各測線から地すべり地形の長さと厚さを図読し、規模(断面積)の最も大きなものを算出 (複数の測線で計測されたものは、規模の大きな方を選定)





## 評価対象となる地すべり地形の抽出

地すべり地形	測線	地すべり長さ(m)	地すべり厚さ(m)	地すべり長さ×厚さ(m <sup>2</sup> )	規模の順位
Es-K5	K-120	7,135	128	913,324	1
Es-T2	GA-23	8,592	97	833,402	2
Es-T8	GA-22	4,374	150	656,141	3
Es-K7	K-119	3,618	160	578,850	4
Es-T13	GA-20	4,966	116	576,038	5
Es-K6	K-120	5,420	103	558,225	6
Es-T14	GA-15	8,970	61	547,200	7
Es-K8	K-119	6,557	76	498,312	8
Es-K4	K-120	4,418	81	357,855	9
Es-K3	K-121	7,596	45	341,839	10
Es-T6	GA-21	5,343	62	331,267	11
Es-T17	GA-11	1,979	158	312,678	12
Es-K2	K-120	4,462	67	298,932	13
Es-T15	GA-13	8,326	33	274,765	14
Es-K1	K-121	5,198	52	270,276	15
Es-G3	K-115	6,856	29	198,822	16
Es-G103	K-118	6,172	30	185,161	17
Es-T12	GA-T	6,284	29	182,237	18
Es-G104	K-51	3,584	46	164,876	19
Es-G102	K-119	4,413	36	158,864	20

【地すべり地形の面積概略算出結果】(上位20個)

〇上記結果から、最大規模の地すべり地形としてEs-K5を選定し、さらに詳細に検討

## 地すべり地形位置図および





13

○海底地すべりによる津波を評価するには、崩壊前後の海底地すべり地形から、津波の伝播計算に 必要な初期水位波形を予測する必要がある。



※2 佐竹健治・加藤幸弘、2002、「1741年寛保津波は渡島大島の山体崩壊によって生じた」、月刊海洋/号外 No.28,pp150-160

### ① Wattsらの方法(初期水位波形の予測1/2)

OWatts et al. (2005)<sup>※1</sup>が提案する初期水位波形の予測式は、次式で表される。

$$\eta(x, y) = -\frac{\eta_{0,3D}}{\eta_{\min}} \operatorname{sech}^{2} \left(\kappa \frac{y - y_{0}}{w + \lambda_{0}}\right) \left( \exp\left\{-\left(\frac{x - x_{0}}{\lambda_{0}}\right)^{2}\right\} - \kappa' \exp\left\{-\left(\frac{x - \Delta x - x_{0}}{\lambda_{0}}\right)^{2}\right\}\right)$$
$$\eta_{0,3D} = \eta_{0,2D} \left(\frac{w}{w + \lambda_{0}}\right)$$

ここで、 $\eta_{3D}$ :現象が3次元的な場合の最大水位低下、w:地すべり塊の幅、 $\eta_{min}$ :振幅 を除く第1式右辺の最小値、 $\kappa$ 、 $\kappa'$ :形状パラメータ(ただし、 $\kappa = 3$ としてよい)

〇上式に必要なパラメータ(w、 $\eta_{0,2D}$ 、 $\lambda_0$ ・特性津波波長、 $\Delta x (= \lambda_0/2)$ は、崩壊後の地形から図読、 もしくは津波振幅等の予測式から別途算出する。

- Watts, P., S.T. Grilli, D.R. Tappin, and G.J. Fryer (2005) : Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. II: Preditive Equations and Case Studies, Journal of Waterway, Port, Coastal, and Ocean Engineering, ASCE, pp.298-310.
   Grilli, S.T., and P. Watts (2005) : Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. I : Modeling, Experimental Validation, and Sensitivity
- X2 Grilli, S.T., and P. Watts (2005): Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. 1: Modeling, Experimental Validation, and Sensitivity Analysis, Journal of Waterway, Port, Coastal, and Ocean Engineering, ASCE, pp.283-297.

○津波振幅等は、Grilli and Watts (2005)<sup>※1</sup>ならびにWatts et al.(2005)<sup>※2</sup> が提案している実験 の再現性に優れた予測式を適用する。 SMF: Submarine mass failure b:SMF是さ b:SMF是さ



 %1 Grilli, S.T., and P. Watts (2005) : Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. I : Modeling, Experimental Validation, and Sensitivity Analysis, Journal of Waterway, Port, Coastal, and Ocean Engineering, ASCE, pp.283-297.
 %2 Watts, P., S.T. Grilli, D.R. Tappin, and G.J. Fryer (2005) : Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. II: Preditive Equations and

2 Watts, P., S.T. Grilli, D.R. Tappin, and G.J. Fryer (2005) : Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. II: Preditive Equations and Case Studies, Journal of Waterway, Port, Coastal, and Ocean Engineering, ASCE, pp.298-310.

#### ②運動学的地すべりモデル:Kinematicの方法(初期水位波形の予測) 15



運動学的地すべりモデルの概念図(佐竹・加藤,2002※)

▶地すべり発生箇所における海面変化

・海底地形変化は地すべりの伝播速度Uと各地点での継続時間Tで規定される。

・地すべりの前面は速度Uで移動する。Uには鉛直成分Uzを与条件とした。

·各地点の比高変化は継続時間Tで完了する。

・ここで求めた時間刻みあたりの地形変化量が海面水位と海底地形にそのまま反映されるものとして、

その時点での水位と海底地形に上積みする。

▶津波伝播計算

・非線形長波理論に基づく、通常津波解析に用いられる平面二次元モデルを適用。

※ 佐竹健治・加藤幸弘,2002、「1741年寛保津波は渡島大島の山体崩壊によって生じた」、月刊海洋/号外 No.28,pp150-160

## 採用したパラメータおよび波源振幅の推定値(Wattsらの方法)

項目	値	備考	
r(-)	1.4	地質調査所•海洋地質図説明書※1	
b (m)	9,600	崩壊部長さ9.6km <sup>※2</sup>	
T (m)	130	崩壊部の頂点における崩壊深さ※2	
w(m)	6,200	崩壊部幅6.2km <sup>※2</sup>	$n_{n}$
d (m)	700	崩壊部頂点の水深830m-崩壊深さ130m <sup>※2</sup>	
θ (deg.)	1.73	崩壊部頂点から堆積部中央の距離15.2kmと、崩壊 高さ460m(d=700mと崩壊前における堆積部中央の 水深1190m-30m=1160mの差)から算出 <sup>32</sup>	
g (m/s²)	9.8		
Cđ	0		
Cm	1		-2.0 -1.8 -1.6 -1.4 -1.2 -1
S	15,200	崩壊部頂点から堆積部頂点の距離15.2km <sup>※2</sup>	初期水位 (n)
S <sub>0</sub>	7,600	S/2	
Cn	0,086	$=S_0/(R\cos\theta)$	
R(m)	88,615	=6 <sup>2</sup> /8T	
a <sub>0</sub> (m <sup>2</sup> /s)	0.140	$=S_0/t_0^2$	
t <sub>o</sub> (sec)	233	eq.(20),partI	<u>م</u> ھر
λ <sub>0</sub> (m)	19,292	eq.(9),partI	and and
$\Delta \Phi(rad)$	0.172	25 <sub>0</sub> /R	
u <sub>max</sub> (m/s)	32.63	=S <sub>0</sub> /t <sub>0</sub>	
∆X(m)	9,646	$=\lambda_0/2$	
к,	0.625	崩壊部の深さ:130m, 堆積部の高さ:30mから、上 昇側のピーク水位が下路側の1/4として复出	E

波源振幅の推定値

 **カ**<sub>0,2D</sub> (m)
 9.79

 **カ**<sub>0,3D</sub> (m)

#### 初期水位分布コンター図

16

17



※1 片山葉、佐藤幹夫、池原研「海洋地質図 38 経ヶ岬沖表層堆積図説明書 1:200,000」 平成5年 地質調査所 ※2 地すべり地形のコンター図(p11)からの図読による値

## 採用したパラメータ(Kinematicモデル)

and the second second	
	GZ //- 1

項目	設定値
設定位置格子サイズ	450 <b>m</b>
鉛直方向破壊伝播速度	1m/s <sup>≫1</sup>
破壊継続時間	2 <del>分</del> **2



- ※1 Umax=32.628m/s(P16)であることから、Uz=Umax sin θ = 32.63 × sin 1.73=0.99m/sとなり1m/sと設定した。 また、干木良雅弘「真相崩壊の実態、予測、対応」京都大学防災研究所、平成24年2月によれば、「深層崩壊は、大規模で 時速100kmをも超えるような急激な土石の移動を伴うものである」との記載がある。
- ※2 崩壊部の深さ130m÷鉛直方向破壊伝播速度1m/s=2分程度から設定している。

〇津波伝播計算は、Wattsらによる方法およびKinematicモデルによる初期水位波形をもとに、地震による津波の伝播計算と同じ手法を用いて実施した。



【計算結果】評価地点における最高(最低)水位<sup>※1</sup>(単位はT.P.(m))

网长千计	放水口前	1,2号機海水:	ポンプ室前面	3,4号機海水ポンプ室前面		
所们于法	最高水位	最高水位	最低水位	最高水位	最低水位	
Wattsらによる方法	1.90	1.91	-1.06	1.74	-0.83	
Kinematicモデル	3.59	1.26	-0.98	1.22	-0.76	

※1 最高水位, 最低水位および設計津波水位はいずれも朔望平均満潮位あるいは朔望平均干潮位を含む値



陸上の斜面崩壊(地すべり)による津波の評価

20

21

陸上の斜面崩壊(地すべり)による津波に関する検討方針

- ○防災科研の地すべり地形分布図データベース※から、大飯発電所から半径10km程度以内に ある地すべり地形を抽出し、それぞれの崩壊土砂量、距離等から、発電所への影響の最も大 きなもの上位2つを選定(p22-24)
- ○地すべりが引き起こす津波評価において、土砂崩壊シミュレーションから津波の初期水位形 状の予測方法に関する解析の流れを検討(p25-31)
- ○地すべりが引き起こす津波の予測に必要な土砂崩壊シミュレーションを実施するため、2つの地すべり地形について航空写真や現地踏査による詳細な判読を行い、その結果から、崩壊範囲、崩壊土砂量、崩壊土砂を剥ぎ取った地形データを算出。あわせて入力パラメータを検討。(p32-35)
- 〇土砂崩壊シミュレーションにより、地すべりが海面に突入するまでの時刻歴変化を解析。 (p36-37)
- 〇土砂崩壊シミュレーションの結果から得られた崩壊土砂の形状、突入速度等のパラメータを もとに、複数の方法(Watts他による方法とKinematicモデル)で初期水位形状を予測。(p38-40)
- 〇上記2手法により予測された初期水位波形から、津波伝播計算を実施し、大飯発電所の評価 地点における最も影響の大きい津波を評価(p41-43)

※ 独立行政法人 防災科学技術研究所 http://lsweb1.ess.bosai.go.jp/

### 地すべり地形の抽出

#### 【発電所周囲10km程度の斜面崩壊箇所】 (防災科学技術研究所「地すべり地形分布図」に加筆)



<u>斜面崩壊地形のスクリーニング</u>

23

22

〇抽出した4箇所の地すべり地形について、崩壊部の体積、すべり角、発電所までの距離を算定し、 斜面崩壊の室内実験から導かれた次式(Huber and Hager(1997)※)を適用して、発電所における 津波の全振幅を推定した。

• Distancex, and radius r from the impact site to the location considered, and wave propagation direction  $\gamma$ 

Fig. 1 Slide layout (a) and section (b) with main parameters of impulse wave Vues schématiques en plan (a) et transversale (b) du glissement, avec désignation des paramètres principaux utilisés dans la description des ondes de translation

Huber and Hager(1997)\*に加筆

なお、水深の違いによる波高の上昇を考慮した式として、次式も示している。

 $H_2/H_1 = (d_1/d_2)^{1/4}$ 

(添え字は、地点1,2での値)

💥 Huber, A. and W.H. Hager(1997): Forecasting impulse waves in reservoirs. Dix-neuvième Congrès desGrands Barrages C31:993-1005. Florence, Italy. Commission International des Grands Barrages, Paris.

○ Huber and Hager(1997)<sup>※1</sup>の予測式に必要な土量の長さ、幅、すべり傾斜面、進行角、発電所ま での距離は、地すべり地形分布データベースから図読、厚さは高速道路調査会(1985)※2から崩 壊土砂の幅に応じて推定。

〇突入位置および発電所前面における水深は、海底地形図<sup>※3</sup>から図読。

地すべり 箇所	長さ L(m)	幅b (m)	厚さt (m)	土量Vs =L×b×t (m3)	すべり面 傾斜角 α(゜)	進行角 γ( <sup>°</sup> )	突入位置 水深 d1(m)	<b>発電所前</b> 面水深 d2(m)	<b>発電所</b> まで の距離r (m)	発電所で の全振幅 (m)
Ls1	400	200	29	2,320,000	28	90	15	10	6,000	0.44
Ls2	540	280	40	6,048,000	28	90	15	10	5,700	0.52
Ls3	150	80	16	192,000	32	0	15	10	3,400	1.59
Ls4	400	250	36	3,600,000	28	60	15	10	4,200	1.03

#### 【発電所での全振幅推定結果】

#### 〇上記結果から、発電所での全振幅の上位2つ(Ls3、Ls4)について、詳細に検討する。

\*1 Huber, A. and W.H. Hager(1997): Forecasting impulse waves in reservoirs. Dix-neuvième Congrès desGrands Barrages C31:993-1005. Florence, Italy. A Thurs, A and that mational des Grands Barrages, Paris. Commission International des Grands Barrages, Paris. ※2 「地すべり地形の安定度評価に関する研究報告書(日本道路公団委託)昭和60年2月財団法人高速道路調査会」によれば、「一般の単一プロックの地す

ペリで第50~100m間ではその比は大体5~70ものが多く、幅がこれより大きなもとつれて、この比も大きくなり、200m前後では7~10、300mを超えると10 ~15程度となると思われる。」との記載がある。
※3 沿岸の海の基本図(5万分の一)、若狭湾西部、1海底地形図(第6337号4)、昭和55年8月刊行、海上保安庁

## 地すべりによる津波評価における解析の流れ

〇地すべりが引き起こす津波を評価するには、海面に突入する崩壊土砂の動きを解析(土砂崩 壊シミュレーション)し、津波の初期水位形状を予測する必要がある。



○土砂崩壊シミュレーションは、崩壊土砂の動きを時刻歴で解析することが可能な解析コード (TITAN2D<sup>※1</sup>)を使用する。

#### 〇津波の初期水位形状の予測式は、

①実験や海底地すべりの数値解析モデルの再現性を確認しているWatts et al. (2005)\*2 他による予測式

②佐竹・加藤(2002)<sup>※3</sup>が用いた運動学的海底地すべりモデル(Kinematicモデル)による 予測方法

の2つの方法を検討する。

- 2 Watts, P., S.T. Grilli, D.R. Tappin, and G.J. Fryer (2005) : Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. II: Preditive Equations and Case Studies, Journal of Waterway, Port, Coastal, and Ocean Engineering, ASCE, pp.298-310.
- ※3 佐竹健治・加藤幸弘、2002、「1741年寛保津波は渡島大島の山体崩壊によって生じた」、月刊海洋/号外 No.28,pp150-160

24

<sup>\*1</sup> TITAN2D User Guide Release 2.0.0, 2007.07.09, Geophysical Mass Flow Group (GMFG), University at Bualo, NY, USA, July 27, 2007

○本検討で使用する土砂崩壊シミュレーション(TITAN2D<sup>※</sup>)では、崩壊土砂を多数の粒子の集合体からなる連続体とみなし、その流動に関して重力を駆動力とする運動方程式を力学的に記述して数値的に解く方法を用いる。

〇粒子流は、(a)、(b)に示すような2つの状態を遷移しながら流下すると仮定している。



\* TITAN2D User Guide Release 2.0.0, 2007.07.09, Geophysical Mass Flow Group (GMFG), University at Bualo, NY, USA, July 27, 2007

#### 土砂崩壊シミュレーション(支配方程式)

○連続の式※

$$\frac{\partial h}{\partial t} + \frac{\partial hu}{\partial x} + \frac{\partial hv}{\partial y} = 0$$

〇運動方程式※

$$\frac{\partial \overline{hu}}{\partial t} + \frac{\partial}{\partial x} \left( \overline{hu^2} + \frac{1}{2} k_{ap} g_z h^2 \right) + \frac{\partial \overline{huv}}{\partial y}$$
$$= -hk_{ap} \operatorname{sgn}\left(\frac{\partial u}{\partial y}\right) \frac{\partial hg_z}{\partial y} \sin \phi_{int} - \frac{u}{\sqrt{u^2 + v^2}} \left[ g_z h \left( 1 + \frac{u}{r_x g_x} \right) \right] \tan \phi_{bed} + g_x h$$

ここで、hは層厚, u, vは速度, k<sub>a</sub>は主動(受動)土圧係数, gは重力加速度, rは斜面の曲率,  $\phi_{int}$ は内部摩擦角,  $\phi_{bed}$ は底面摩擦角、sgn:実数aに対して、sgn(a)=1, (a $\geq$ 0) -1, (a<0)である。 (上付きのパーは層の断面方向の平均を, 添え字のx, y, zはそれぞれの座標軸方向の成分を示す)。

<sup>\*</sup> TITAN2D User Guide Release 2.0.0, 2007.07.09, Geophysical Mass Flow Group (GMFG), University at Bualo, NY, USA, July 27, 2007

29

▶地形デ-タ:崩壊土砂を剥ぎ取った地形デ-タ



〇推定した地すべり地形から、土砂崩壊シミュレーションに必要な地形データ、崩壊土砂量を決定 するとともに、文献を参照して物性パラメータを設定。

### ①Watts他による方法(初期水位波形の変換式)

〇土砂崩壊シミュレーションの結果から、津波の初期水位波形を予測するため、Watts et al.(2005)※1の 式を使って、以下のとおり適用した。

$$\eta(x, y) = -\frac{\eta_{0,3D}}{\eta_{\max}} \operatorname{sech}^2 \left( \kappa \frac{y - y_0}{w + \lambda_0} \right) \left( \exp\left\{ -\left(\frac{x - x_0}{\lambda_0}\right)^2 \right\} - \kappa' \exp\left\{ -\left(\frac{x - \Delta x - x_0}{\lambda_0}\right)^2 \right\} \right)$$
$$\eta_{0,3D} = \eta_{0,2D} \left(\frac{w}{w + \lambda_0}\right)$$

ここで、wは地すべり塊の幅、 $\lambda_0$ は特性津波波長、 $\eta_{max}$ :第2式の振幅を除く右辺の最大値、 κ:3としてよい、x<sub>0</sub>.y<sub>0</sub>:地すべりの初期位置である。

〇上式に必要なパラメータ(w、 $\eta_{0.2D}$ 、 $\lambda_{0}$ ·特性津波波長、 $\Delta x (= \lambda_{0}/2)$ は、津波振幅および特性波 長の予測式から算出する。

\*1 Watts, P., S.T. Grilli, D.R. Tappin, and G.J. Fryer (2005) : Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. II: Preditive Equations and Case

Studies, Journal of Waterway, Port, Coastal, and Ocean Engineering, ASCE, pp.298-310.
 2 Grilli, S.T., and P. Watts (2005) : Tsunami Generation by Submarine Mass Failure. I : Modeling, Experimental Validation, and Sensitivity Analysis, Journal of Waterway, Port, Coastal, and Ocean Engineering, ASCE, pp.283-297.

31

○波源振幅 𝒴<sub>0,2D</sub> (=a<sub>c</sub>)は、Fritz et al.(2004)<sup>※</sup>による波源振幅予測式の入力パラメータ(=説明変数)と出力パラメータ(=目的変数)を示す。
 【変数の定義】



〇水位分布の予測式に必要な特性津波波長 $\lambda_0$ (=L<sub>1</sub>)については、波源振幅を示したFritz et al.(2004)<sup>※</sup>が提案する次式を使用する。

【山体崩壊による津波を対象とした波長の予測式】



\*\*1 H. M. Fritzl; W. H. Hager2; and H.-B. Minor, Near Field Characteristics of Landslide Generated Impulse Waves, JOURNAL OF WATERWAY, PORT, COASTAL, AND OCEAN ENGINEERING © ASCE / NOVEMBER/DECEMBER 2004

※2 TITAN2Dによる土砂崩壊シミュレーションの結果を使用



▶地すべり発生箇所における海面変化

・海底地形変化は地すべりの伝播速度Uと各地点での継続時間Tで規定される。

- ・地すべりの前面は速度Uで移動する。Uには鉛直成分Uzを与条件とした。
- ・各地点の比高変化は継続時間Tで完了する。
- ここで求めた時間刻みあたりの地形変化量が海面水位と海底地形にそのまま反映されるものとして、

その時点での水位と海底地形に上積みする。

- ▶津波伝播計算
  - ・非線形長波理論に基づく、通常津波解析に用いられる平面二次元モデルを適用。

OKinematicモデルへは、TITAN2Dで得られた崩壊土砂の時刻歴変形量、伝播速度、継続時間等 を直接入力する。

※ 佐竹健治・加藤幸弘,2002、『1741年寛保津波は渡島大島の山体崩壊によって生じた」、月刊海洋/号外 No.28,pp150-160



〇崩壊土砂を剥ぎ取った地形から、土砂崩壊シミュレーションに必要な地形データを作成した。

※「地すべり地形の安定度評価に関する研究報告書(日本道路公団委託)昭和60年2月財団法人高速道路調査会」



<sup>※「</sup>地すべり地形の安定度評価に関する研究報告書(日本道路公団委託)昭和60年2月財団法人高速道路調査会」



1 森脇寛(1987)、「崩土の到達距離予測」、地すべり第24巻 第2号、Journal of Japan Landslide Society 24-2, pp13-14

2 Siebert, L.(2002): Landslides resulting from structural failure of volcanoes, In Evans, S.G. and DeGraff, J.V., (ed.) Catastrophic landslides : effects, occurrence, and mechanisms., Geological Society of America, Reviews in Engineering Geology, pp.209-235

地すべり地形周辺の地質および内部摩擦角の設定

35

地表地質図から、Ls3、4は、Oish(超丹波帯大飯層の頁岩)であることを確認。



内部摩擦角については、道路土工盛土工指針 によれば、礫(35~40度)、礫混じり砂(35~40 度)、砂(30~35度)度であることから、本検討では安全側に30度を適用する。

道路土工盛土工指針(平成22年度版) 平成22年4月 社団法人日本道路協会、p101





## Wattsらの方法で求めた初期水位形状

38

39

	114 /A	設力	と値	# *	
/////	早辺	Ls3	Ls4	18 4	
	突入物体積Vs	m <sup>3</sup>	385,000	301,000	TITAN2Dでの算定値
	厚さぉ	ш	7.2	10	突入位置での層厚の最大値
崩壊シミュレーション   からの入力値	幅b	m	300	370	崩壊域周辺地形図より設定
	突入速度vs	m/s	27.3	10.6	突入地点での最大速度
	水深h	m	40	30	崩壊域~サイト間の水深より設定
	2 <b>次元振幅 17</b> <sub>0,2D</sub>	m	3.98	1.59	
初期水位計算出力	第1波波長λ0	m	369	190	
	3 <b>次元振幅</b> η <sub>0.3D</sub>	m	1.78	1.05	初期水位分布最大值

#### 〇土砂崩壊シミュレーションから得られた崩壊土砂の体積、突入速度等から、初期水位形状を予測

## 【初期水位分布コンター】



## <u>運動学的地すべりモデル(Kinematic)による津波波形の変化(Ls3)</u>

OTITAN2Dの解析結果である時刻歴の土砂層厚の変化量を、津波計算の水位および地形に与 え、伝播計算を実施



運動学的地すべりモデル(Kinematic)による津波波形の変化(Ls4)

OTITAN2Dの解析結果である時刻歴の土砂層厚の変化量を、津波計算の水位および地形に与 え、伝播計算を実施





地すべり地形	初期水位の予測方法	<b>放</b> 水口前 最高水位	1,2号機海水ポンプ室前面		3,4号機海水ポンプ室前面	
			最高水位	最低水位	最高水位	最低水位
Ls3	Watts他の予測式	0.83	0.85	-0.52	0.94	-0.53
	Kinematicモデル	1.68	1.41	-0.65	2.11	-1.20
Ls4	Watts他の予測式	0.45	0.54	-0.19	0.47	-0.17
	Kinematicモデル	0.53	0.61	-0.26	0.67	-0.31

【計算結果】評価地点における最高(最低)水位\*(単位はT.P.(m))

※ 最高水位,最低水位および設計津波水位はいずれも朔望平均満潮位あるいは朔望平均干潮位を含む値




# (参考)陸上の斜面崩壊(地すべり)による最高水位分布(Ls4) 43



火山に伴う山体崩壊による津波の評価

# <u>検討方針</u>

〇日本海側における活火山については、文献調査を実施し、評価対象となる活火山の 有無を確認するとともに、津波堆積物調査の結果(約1万年前以降をカバー)を踏まえ て評価する。(p46-47)

Oさらに過去の火山となる第四紀火山については、活動履歴、噴火形態、噴火規模から 評価する。(p47)





※2 http://www.selssvol.kishou.go.jp/tokyo/STOCK/kalsetsu/katsukazan\_toha/katsukazan\_toha.html#katsukazan ※3 産総研HP活火山データベース火山別噴火履歴表示http://nodb02.ibase.aist.go.jp/db099/eruption/index.html ※4 関西電力株式会社,「平成23年度東北地方太平洋沖地震の知見等を踏まえた原子力施設への地震動および津波の影響に関する安全性評価のうち完新世に 関する津波堆積物調査の結果について」平成24年12月



※1 気象庁HP「活火山とは」によれば、「近年の火山学の発展に伴い過去1万年間の噴火履歴で活火山を定義するのが適当であるとの認識が国際的にも-設めになりつつある」との配載がある。 スミソニアン博物館Volcanoes of the World, http://www.volcano.si.edu/inde

**※**2

※3 関西電力株式会社、「平成234度東北地方太平洋沖地震の知見等を踏まえた原子力施設への地震動および津波の影響に関する安全性評価のうち完 新世に関する津波堆積物調査の結果について」平成24年12月 ※4 町田洋・新井房夫、2003、新編火山灰アトラス、p61、東京大学出版会

- ※5 産業技術総合研究所「日本の第四紀火山」」

※20 屋本技術協会研究所1日本の第日後に次回110027/00211/2009/10/2012/1025/0011/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012/01/2012 年前、岬玄武岩・約55万年前の記載があり、これらから最大活動休止期間を約47万年(129-82),最新噴火年から現在に至る期間を約55万年と想定

組合せに関する検討

### <u>津波発生要因の組合せに関する検討について</u>

〇津波の発生要因として考慮した地震による津波、海底地すべりによる津波、陸上の斜面崩壊 (地すべり)による津波について、最も影響が大きいものの組合せについて検討する。

Oこれらのうち、海底地すべりによる津波については、遠方の隠岐トラフで発生するものであり、 若狭湾での地震が影響することが考えにくいこと、津波が発生しても到達時間に大きな差が 生じることから、組合せは考慮しないこととし、地震による津波と斜面崩壊による津波につい て組合せを検討した。

# 〇大飯発電所への影響が最も大きい周辺の海域活断層による地震と、陸上の斜面崩壊(Ls3: Kinematicモデル)が同時に発生した場合について検討。



地震発生に伴って、斜面崩壊が生じたとした場合、斜面崩壊による津波の収束後に、 地震による津波が到達することから、組合せを考慮しても大きな影響はないと評価する。

※1 地震による津波水位は、大陸棚外縁~B~野坂断層によるもの

※2 地震による津波水位は、和布一干飯崎沖~甲楽城断層によるもの

3.大飯発電所 3,4 号機における確率論的津波ハザード評価に関する検討について

# 確率論的津波ハザード評価に関する検討

## <u>検討方針</u>

1

【検討方針】

設計津波水位の超過確率については、「日本原子力学会標準 原子力発電所に対する 津波を起因とした確率論的リスク評価に関する実施基準:2011」(2012年2月 一般社団 法人日本原子力学会)(以下、「日本原子力学会2011」)に基づき算定する。

【確率論的津波ハザード評価における不確実さの取り扱い】

津波ハザード評価における不確実さについては、「日本原子力学会2011」、及び「確率論 的津波ハザード解析の方法(土木学会,2011)」に基づき、以下のとおり扱う。

	不確実さ	津波評価における扱い
偶然的 不確実さ	現実に存在しているが、現状では予 測不可能と考えられるばらつき	津波水位の確率分布として表現する。
認識論的 不確実さ	研究が進展すれば確定できるが現状 では予測不可能なもの	ロジックツリーの分岐として選定する。

#### 【津波ハザード評価手順】

「日本原子力学会2011」を参考に以下の手順で評価を実施する。





検討フロー

1.日本海東縁部に想定される地震に伴う津波

## 日本海東縁部 対象とする活動域



5

#### 日本海東縁部 地震発生間隔

海域	海域 平均発生間隔(地震本部) 根拠		分布の考え方
北海道北西沖 (E0)	3900年程度	約2100年前と約6000年前 に2個のイベント	発生間隔データ1個
北海道西方沖 (E1-1)	1400~3900年程度	(連続性)	一様分布(1400 - 3900)
北海道南西沖 (E1-2)	500~1400年程度	6個のイベントの平均が約 1400年	一様分布(500 - 1400)
青森県西方沖 (E1-3) 500~1400年程度		3個のイベントの平均が約 500年	一様分布(500 - 1400)
秋田県沖 (E2-1) 1000年程度以上		(2列への配分)	一様分布(1000 - 1500)
山形県沖 (E2-2) 1000年程度以上		(2列への配分)	一様分布(1000 - 1500)
新潟県北部沖 (E2-3) 1000年程度以上		(2列への配分)	一様分布(1000 - 1500)
佐渡島北方沖 (E3) 500~1000年程度		中嶋(2003)	一様分布(500 - 1000)

【推本の平均発生間隔と津波ハザード解析における発生間隔】

出典:確率論的津波ハザード解析の方法(土木学会,2011)

上記データから、E0~E3の各領域において、地震発生間隔の分岐を設定

## 日本海東縁部 ロジックツリーの構成

E0からE3までの領域についてそれぞれ評価を行い、各領域では、	
・領域区分の分岐(E1、E2の場合)	
・地震発生モデル	
<ul> <li>津波高推定モデル</li> </ul>	
•津波推定値のばらつきの分岐	
のそれぞれについて分岐を設ける。	

【ロジック分岐の構成】



日本海東縁部 ロジックツリーの設定

8

9



ロジックツリーの設定については確率論的津波八ザード解析の方法(土木学会,2011)による W(重み)は土木学会及び地震専門家へのアンケートに基づき決定した



ロジックツリーの設定については確率論的津波八ザード解析の方法(土木学会,2011)による W(重み)は土木学会及び地震専門家へのアンケートに基づき決定した



### 日本海東縁部 ロジックツリーの設定

11



ロジックツリーの設定については確率論的津波八ザード解析の方法(土木学会,2011)による W(重み)は土木学会及び地震専門家へのアンケートに基づき決定した 【断層パラメータの設定方法】



確率論的津波ハザード解析の方法(土木学会,2011)より

12







ロジックツリーの設定については確率論的津波八ザード解析の方法(土木学会,2011)による W(重み)は土木学会及び地震専門家へのアンケートに基づき決定した

2.海域活断層に想定される地震に伴う津波

## 海域活断層 対象とする活動域

発電所敷地前面海域及び敷地周辺海域における海域活断層について文献調査を実施する。 発電所敷地前面海域及び敷地周辺海域において、後期更新世以降の活動を考慮する断層のう ち、発電所に影響が大きいと考えられるものを検討対象断層とする。

和布 - 干飯崎沖 ~ 甲楽城断層	C断層
ウツロギ峠北方 -   池河内断層	大陸棚外縁 ~ B ~ 野坂断層
浦底 - 池河内断層	三方断層
浦底 - 内池見断層	F O - A ~ F O - B 断層
白木 - 丹生断層	FGA3東部断層

【敷地前面及び敷地周辺における検討対象断層】

・検討対象断層で、最も津波高さが大きくなる条件 (上縁深さ:0km,傾斜角:高角側)で数値シミュレー ションを実施し、確率論的津波八ザード解析の方法 (土木学会、2011)に示される以下の式により、スク リーニングを実施

$$|X| > |H| \cdot \kappa^{2.3}$$

X: 評価対象となる水位 H: 数値シミュレーションにより計算された津波高さ :津波高さのばらつき(=1.55)

・結果として、、、、の3つ断層についてはサイト への影響が小さい〈除外可能と判断された。





### 海域活断層 ロジック分岐の設定

#### 【地震発生モデルのロジック分岐(基本ケース)】

分岐名	分岐の設定	設定根拠
断層破壊過程	一括放出	
上縁深さ	一樣分布0km~5km	確率論的津波八ザード
傾斜角	料角 片側正規分布45°~90°	
スケーリング則	強震動レシピ 武村式(津波評価技術の式)	2011)
応力場(P軸角度)	一様分布90 °~120 °	確定論のパラメータス タディを参考に設定
平均变位速度	一様分布 1mm/年(活動度A級下限) ~0.1mm/年(活動度C級上限)	確率論的津波ハザード 解析の方法(土木学会、 2011)

なお、調査結果等から各パラメータが既知の場合は、個別の情報を優先する。

#### 【津波推定値のばらつきのロジック分岐(共通)】

分岐名	分岐の設定	設定根拠
パラメータ変動の影響	パラメータ変動の影響は に含まれている パラメータ変動と をそれぞれ評価する	確率論的津油八ザード
津波推定値のばらつき	=1.25, 1.35, 1.45, 1.55のいずれかに分岐	解析の方法(土木学会、
正規分布の打ち切り	±2.3 での打ち切り 打ち切りなし	2011)

- ◆ 基本ケース
  - 1. 地震発生、津波高推定モデル

【海域活断層の地震発生モデル及び津波高推定モデルのロジックツリー(基本ケース)】



FGA3東部断層のロジックツリーについては、 全ての分岐項目について基本ケースと同様

#### 海域活断層 ロジックツリーの設定

◆ 和布 - 干飯崎沖 ~ 甲楽城断層

1. 地震発生、津波高推定モデル

【和布 - 干飯崎~甲楽城断層のロジックツリー】



#### ◆ C断層

1. 地震発生、津波高推定モデル

【C断層のロジックツリー】



海域活断層 ロジックツリーの設定

◆ 大陸棚外縁~B~野坂断層

1. 地震発生、津波高推定モデル

【大陸棚外縁~B~野坂断層のロジックツリー】



20

23

- ◆ 三方断層
  - 1. 地震発生、津波高推定モデル
    - 【三方断層のロジックツリー】



#### 海域活断層 ロジックツリーの設定

- ◆ FO A~FO B断層
  - 1. 地震発生、津波高推定モデル

【FO - A~FO - B断層のロジックツリー】



### 2.津波推定値のばらつきの分岐

【海域活断層の津波推定値のばらつきの分岐】



25

3. 領域震源

現時点で海域活断層として特定されていない波源により津波が生じる場合のハザードについて,領 域震源として評価する。

【対象とする活動域】

領域震源(場所を特定できない点震源)の評価においては,地震動ハザードで用いられている活動域と同一の設定を用いる。活動域の区分に関しては,

・荻原マップによる領域区分

・新垣見マップによる領域区分

についてロジック分岐を設定し,両方の区分により評価する。

敷地前面海域(約30km以内)については,海上音波探査結果等に基いて耐震設計上考慮 すべき断層を評価していることから,点震源を設定しない

サイトからの距離		
0 ~ 30km	30km以遠	
領域震源による評価を実施しない 海上音波探査結果等に基づいて 、耐震設計上考慮すべき断層を評 価している。	<ul> <li>領域震源による評価を実施</li> <li>文献調査と主要地点の音波探査を行っているものの、場所が特定されていない断層が存在する可能性を排除できない。</li> <li>一定程度の津波水位を生じるため、ハザード評価への影響は無視できない。</li> <li>簡易式およびシミュレーションによりサイトの評価レベルに影響を与えると判定された波源を対象に、評価を行う。</li> </ul>	

## <u>萩原マップ及び新垣見マップによる領域区分</u>



萩原編(1991)による地震地体構造区分図

垣見ほか(2003)による地震地体構造区分図

【萩原マップによる領域区分】



# 領域震源 対象とする活動域

【新垣見マップによる領域区分】



31

【萩原マップによる領域震源モデルの諸元】

領域名	最小M	最大M	b値	発生頻度 (回 / 年)	上縁深さ (km)
L1	5.0	7.9	0.79	0.40	
L2	5.0	7.3 7.5 7.6	0.88	1.00	0~5km 一様分布
М	5.0	6.9	0.66	0.21	

【新垣見マップによる領域震源モデルの諸元】

領域名	最小M	最大M	b値	発生頻度 (回 / 年)	上縁深さ (km)
10C1	4.0	6.9	0.60	0.52	
10C2	5.0	7.9	0.79	0.48	0 ~ 5km
10C4	5.0	6.9 7.0	0.74	0.38	一樣分布
10D1	4.0	6.6	0.83	1.02	

領域震源 スクリーニング

ハザードに与える影響が非常に小さい波源の取り除くため,スクリーニングを実施

【スクリーニングの手法】

・それぞれの検討対象断層で簡易予測式を用いて津波水位の推定を行う。
 ・サイトの評価地点における潮位を考慮した津波高さの最大値、最小値を算出し、評価レベルに対して、以下の式を満たす断層については検討から除外する。

$$|X| > \alpha |H_e| \cdot \kappa^{2.3}$$

X:評価対象となる水位  $H_e$ :簡易予測式により計算された津波高さ  $\kappa$ :津波高さのばらつき(=1.55)  $\alpha$ :簡易式の精度を考慮した余裕幅(=2.0)

【スクリーニングの結果】





33

【領域震源のロジック分岐の構成】



領域震源の断層パラメータ

【大地震以外の上部地殻内地震(背景的地震)の断層パラメータ設定方針】

	考えられる 不確実性	基本方針	分布形	備考
	断層長さ	Mwから武村(1998)の関係で設定	-	
	断層幅	W=2L/3(地震発生層15kmを上限)		
	断層上縁深さ	断層面の範囲を地表~地震発生層 下端まで	一様分布	
震源とサイト の位置関係 (距離)	傾斜角	45 ~ 90 °	切断正規 分布	西南日本における値 傾斜方向は地形から 決定
	すべり角	広域応力場の範囲(一様分布)	一樣分布	
	走向	各領域内における海域活断層の走 向より設定 ( 下記参照 )	一様分布	
	位置	点震源位置に断層中心	-	

確率論的津波八ザード解析の方法(土木学会,2011)を参考に設定

【領域震源の走向の設定】

・領域内のセグメントの単純平均

・海域活断層の諸元を使用し、断層セグメントに分割

・どの領域に属するかの判断は, セグメント中心により実施

・角度の平均値は,落ち方向が異なるがセグメントの形状が同じもの(0°/180°)を同一とみなして, 最も標準偏差が小さくなるように算出。落ち方向は多数決により決定。

#### 1.地震発生、津波高推定モデル



2.津波推定値のばらつきの分岐

W(重み)は土木学会 及び地震専門家へのアン ケートに基づき決定した



#### 津波ハザード解析結果



大飯発電所における評価地点



津波ハザード解析結果

【1,2u放水口】 全域のフラクタイル曲線 le-02 5% 18% 50% 84% 95% mean 1e-04 超過確率[1/年] 1e-D6 1e-08 1e-10 -3 -2 -1 0 1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 津波高さ[T.P.+m] 平均ハザード曲線 le-02 1e-04 超過確率[1/年] 1e-06 1e-08 1e-10 -10 -9 -8 -7 -8 -5 -4 -3 -2 -1 0 1 2 3 4 5 6 7 8 9 10 津波高さ[T.P.+m]

【3,4u放水口】 全域のフラクタイル曲線 e-02 5% 18% 50% 84% 95% mean 1e-04 超過確率[1/年] 1e.06 1e-08 1e-10 5 6 7 8 9 0 1 2 3 4 -10 -2 津波高さ[T.P.+m] 平均ハザード曲線 e-02 1e-04 超過確率[1/年] 1e-06 1 e-08

-10 -9 -8 -7 -6 -5 -4 -3 -2 -1 0 1 2 3 4 5 6 7 8 9 10

津波高さ[T.P.\*m]

評価点	入力津波水位	超過確率(1/年)
1,2u海水	T.P.+2.85m	1.42 × 10 <sup>-5</sup>
ポンプ室	T.P. 1.85m	4.82 × 10⁻⁵
3,4u海水	T.P.+2.54m	1.32 × 10 <sup>-5</sup>
ポンプ室	T.P. 1.84m	2.80 × 10 <sup>-5</sup>
1,2u 放水口	T.P. + 3.62m	6.54 × 10 <sup>-5</sup>
3,4u 放水口	T.P. + 3.56m	5.83 × 10 <sup>-5</sup>

4.大飯発電所 3,4 号機における津波による放水ピット内の水位評価について

# 津波による放水ピット内の水位評価



1

津波による放水ピット内の水位評価について、以下フローのとおり検討を行った。



津波伝播計算は、非線形長波理論および連続式(後藤他1982(1))を基礎方程式として、空間格子間隔 を1,350mから12.5mとした。

時間格子間隔は、安定条件(CFL条件)を満たすように設定した。

設定項目		设定項目	設 定 値	
津波	<b>基礎</b> 方程式		非線形長波理論式及び連続式(後藤他(1982) <sup>(1)</sup> )	
計算	変数配:	置および差分スキーム	Staggerd Leap-flog法	
		計算領域	対馬海峡から間宮海峡に至る東西方向約1,500km,南北方向約2,000km	
		空間格子間隔	1,350m 450m 150m 50m 25m 12.5m	
	時間格子間隔		0.3秒 安定条件(CFL条件)を十分満足するように設定	
初期条件	断層モデルを用いて、Mansinha et al.(1971) <sup>(2)</sup> の方法により計算される海底面の鉛直変位分布を初期条件とする。			
算	境界	沖側境界	特性曲線法をもとに誘導される自由透過の条件(後藤他(1982)(1))	
一件	条件	陸側境界	完全反射条件	
等		海底摩擦	マニングの粗度係数 n=0.030(土木学会(2002) <sup>(3)</sup> )	
	水平渦動粘性係数		0m <sup>2</sup> /s	
	計算時間		海域活断層に想定される地震に伴う津波:3.0時間 日本海東縁部に想定される地震に伴う津波:6.0時間~7.5時間	
	計算潮位		T.P. ± 0.0m	

津波伝播計算の計算手法及び計算条件

(1)

後藤智明·小川由信(1982) : Leap-frog法を用いた津波の数値計算法 ,東北大学土木工学科資料 , 1982 Mansinha,L.and D.E.Smylie(1971) : The displacement field of inclined faults , Bulletin of the Seismological Society of America , Vol.61 , (2)

No.5, pp.1433-1440. (社)土木学会(2002):原子力発電所の津波評価技術. (3)









3



# <u>水深分布</u>





50m格子以下の領域



<u>水深分布</u>

12.5m格子以下の領域



5

評価対象波源(海域活断層)の抽出

# 検討対象断層の選定(海域活断層)

検討対象断層は,敷地前面海域及び敷地 周辺海域において後期更新世以降の活動を考慮する断層とする。

和布 - 干飯崎沖 ~ 甲楽城断層	C断層
ウツロギ峠北方 - 池河内断層	大陸棚外縁 ~ B ~ 野坂断層
浦底 - 池河内断層	三方断層
浦底 - 内池見断層	F O - A ~ F O - B断層
白木 - 丹生断層	FGA3東部断層



		断	地震	走行		佰尘	広域	上绿	大飯発電所
断層 No	断層名	層 長さ (km)	規模 Mw	(°) 【傾斜方向】	すべり 量(m)	角 (°)	应力場 (°)	上縁 深さ (km)	放水口 最大水位 上昇量(m)
	和布-干飯崎沖 甲楽城断層	60	7.40	354.17 34.42 5.42 305.15 317.82 <b>[東]</b>	3.88	~ : 45 :90	90	0.0	2.20
	ウツロギ峠北方 - 池河内断層	23	6.84	187.12 161.85 142.85 [西]	1.91	~ : 90	90	0.0	0.58
	浦底 - 池河内断層	25	6.89	316.76 329.74 328.03 322.95 320.79 325.76 317.34 302.29 303.10 142.85 [東] は西傾斜	2.08	~ : 90	90	0.0	0.38
	浦底 - 内池見断層	18	6.76	316.76 329.74 328.03 322.95 320.79 325.76 317.34 302.29 [東]	1.66	~ : 90	90	0.0	0.35
	白木 - 丹生断層	15	6.76	15.80 350.71 358.68 0.55 6.88 14.38 11.66 1.91 【東】	1.44	~ : 60	90	0.0	0.73
	C 断層(逆(の字)	18	6.76	355.19 38.15 13.09 350.89【東】	1.44	~ : 60	110	0.0	0.81
	大陸棚外縁 ~ B ~ 野坂断層	49	7.28	41.12 345.44 330.27 309.19 315.54 305.27 【東】	3.76	~ : 60 ~ : 90	90	0.0	2.71
	三方断層	27	6.94	357.29 351.32 330.81 1.97【東】	1.94	~ : 60	90	0.0	1.03
	FGA3東部断層	29	7.00	231.41 252.74 [北]	2.49	~ : 90	120	0.0	1.56

大飯放水ピットの津波水位(概略パラメータスタディ)

概略パラメータスタディの結果、大陸棚外縁~B~野坂断層を抽出した。

## 大飯放水ピットの津波水位(詳細パラメータスタディ)

9

				+/-			<u>د ب م</u>	1 43	大飯発電所
断層 No	断層名	断層 長さ (km)	地震 規模 Mw	走行 (°) 【傾斜方向】	すべり 量(m)	傾科 角 (°)	ム 咳 力場 (°)	上縁 深さ (km)	放水口 最大水位 上昇量(m)
								0.0	2.71
	大陸棚外縁~B~野坂 断層		7.28	41.12	3.76		90	2.5	1.72
				345.44		~ :		5.0	1.02
		49		309.19		60 ~ ;	95	0.0	2.54
				315.54 305.27		90	100	0.0	2.50
				【東】			110	0.0	2.55
							120	0.0	2.00

詳細パラメータスタディの結果、**大陸棚外~B~野坂断層(広域応力場90°、上縁深さ0km)**を抽出した。

評価対象波源(日本海東縁部)の抽出



【概略パラメータスタディ結果一覧】(1/4)

活	南北	傾斜パ	走行	断層	地震	すべ	傾斜	すべ	上縁	大飯発電所		活动	南北	備約パ	走行	断層	地震	すべり	傾斜	すべ	上縁	大飯発電所					
助域	位置	ターン	(°)	夜さ (km)	規模 Mw	量 (m)	用 (°)	り 角 (°)	7宋さ (km)	放水口 最大水位 上昇量(m)		載	位置	ターン	(°)	(km)	规候 Mw	量(m)	用 (°)	り用 (°)	(km)	放水口 最大水位 上昇量(m)					
			13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.97					13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.58					
			3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.32					3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.94					
			353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.27					353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.59					
			193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.11					193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.72					
			183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.04					183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.07					
	46		173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.30			中央		173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.38					
	ᇨ		13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.85			- 南		13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.81					
			3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.89					3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.26					
			353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.12					353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.12					
			193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.05					193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.39					
		ļ	183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.97					183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.87					
E1			173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.96		E1			173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.23					
			13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.53					13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.64					
			3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.78					3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.66					
			353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.96					353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.96					
			193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.43					193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.90					
			183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.89			声		183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.09					
	中央		173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.09			-		173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.34					
			13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.41			ᆪ		13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.92					
			3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.83					3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.37					
			353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.11						353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.80				
			193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.71										193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.81
			173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.49				173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.22						

# 大飯放水ピットの津波水位(概略パラメータスタディ)

#### 【概略パラメータスタディ結果一覧】(2/4)

. 199								- /														
活	南			断層	地雷	すべ	傾斜	すべ	⊢縁	大飯発電所		活	南			断層	地雷	すべ	傾斜	すべ	⊢縁	大飯発電所
動域	北位置	傾斜ハ ターン	走行 (°)	長さ (km)	規模 Mw	り 量 (m)	角 (°)	り角 (°)	深さ (km)	放水口 最大水位 上昇量(m)		動域	北位置	傾斜八 ターン	走行 (°)	長さ (km)	規模 Mw	1) 量(m)	角 (°)	り角 (°)	深さ (km)	放水口 最大水位 上昇量(m)
			13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.82					30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.47
			3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.22					20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.88
			353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.84					10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.92
			193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.10					210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.56
	-		183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.34					200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.69
	ー (11)		173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.52			46		190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.80
	中央		13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.04			16		30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.52
	~		3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.45					20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.56
			353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.29					10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.45
			193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.94		Е 2			210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.95
			183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.14					200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.75
E 1			173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.36	1				190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.77
			13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.59					30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.85
			3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.76	Ī				20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.27
			353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.54					10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.41
			193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.09					210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.46
			183	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.26					200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.93
	南		173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.62			中央		190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.29
			13	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.98					30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.67
			3	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.60					20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.42
			353	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.45				10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.32	
			193	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.57					210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.85
			173	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.03					190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.72

12

大飯放水ピットの津波水位(概略パラメータスタディ)

14

15

【相	既略	パラメー	タス	タディ	結果	一覧)	(3/4	4)													
活	南			新屬	地震		傾	すべ	⊢縁	大飯発電所	活	南			新層	地震	すべ	傾斜	すべ	⊢縁	大飯発電所
動域	北位置	傾斜パター ン	走行 (°)	長さ (km)	·C.成 規模 Mw	すべり 量(m)	斜 角 (°)	り角 (°)	く (km)	放水口 最大水位 上昇量(m)	動域	北位置	傾斜バ ターン	走行 (°)	長さ (km)	展規 模 Mw	リ 量(m)	€角 (° )	り角 (°)	上深さ (km)	放水口 最大水位 上昇量(m)
			30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.67				30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.97
			20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.32				20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.50
			10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.55				10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.90
			210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.24				210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.95
			200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.30				200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.89
Е	南		190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.36		中		190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.64
2			30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.26		央		30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.80
			20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.30				20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.83
			10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.43				10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.69
			210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.88				210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.69
			200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.75				200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.25
			190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	0.84	E 3			190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.34
			30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.61				30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.82
			20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.24				20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.54
			10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.58				10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.78
			210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.06				210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.68
			200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.94				200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.53
E 3	北		190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.75		南		190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.39
	3 10		30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.29				30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.18
			20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.78				20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.56
1			10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.88				10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.71
			210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.82				210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.42
			190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.75				190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.25

## 大飯放水ピットの津波水位(概略パラメータスタディ)

#### 【概略パラメータスタディ結果一覧】 (4/4)

¥	南			<b>#</b>	teh STR		647.23	**	<b>⊢</b> 4₽	大飯発電所
// 動 域	北位置	傾斜バ ターン	走行 (°)	副 植 長さ (km)	地展 規模 Mw	すべり 量(m)	1984年 角 (°)	り角 (°)	上離 深た (km)	放水口 最大水位 上昇量(m)
			30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.28
			20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.74
	46		10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.43
	10		210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.28
			200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.97
			190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	3.24
			30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.97
Б			20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.96
3	中	Р Ч	10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.89
в	央		210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.12
			200	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.31
			190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.78
			30	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.78
		ĺ	20	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.47
	南		10	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.11
			210	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	2.30
			190	131.1	7.85	9.44	60	90	0.0	1.88

概略パラメータスタディの結果、日本海東縁E1南、傾斜パターン 走行13°を抽出した。

## 大飯放水ピットの津波水位(詳細パラメータスタディ)

					4.T. A.I	1.47					大飯発電所
活動域	南北 位置	傾斜 パターン	走行 (°)	位置調整	傾斜 角 (°)	上縁 深さ (km)	断層 長さ (km)	地震 規模 Mw	すべり 量(m)	すべり角 (°)	放水口 最大水位 上昇量(m)
				基準		0.0	131.1	7.85	9.44	90	3.59
					60.0 52.5	2.5	131.1	7.85	9.44	90	3.57
						5.0	131.1	7.85	9.44	90	3.03
	南					0.0	131.1	7.85	9.44	90	3.46
E1			13		45.0	0.0	131.1	7.85	9.44	90	3.13
					30.0	0.0	131.1	7.85	9.44	90	2.00
				右へ1/2dx	60.0	0.0	131.1	7.85	9.44	90	3.46
				上へ1/3dx 上へ2/3dx	60.0	0.0	131.1	7.85	9.44	90	2.72
					60.0	0.0	131.1	7.85	9.44	90	2.06

詳細パラメータスタディの結果、日本海東縁E1南、走行13°(傾斜角60°、上縁深さ0km) を抽出した。

以上の結果により、放水ピットの詳細遡上モデルによる数値計算を実施。

 $\overline{\phantom{a}}$ 

17

放水ピットの詳細遡上モデルによる数値計算
津波伝播計算は、非線形長波理論および連続式(後藤他1982<sup>(1)</sup>)を基礎方程式として、空間格子間隔 を1,350mから12.5mとした。

放水路トンネル(管路)においては、仮想スロットモデルによる一次元不定流の連続式および運動方程 式により算出した。

時間格子間隔は、安定条件(CFL条件)を満たすように設定した。

	津波伝播計算の計算手法及び計算条件			
	項目	設定値		
	基礎方程式	海域および開水路:非線形長波理論式及び連続式(後藤他(1982)) 管路:仮想スロットモデルによる一次元不定流の連続式及び運動方程 式		
	計算領域	津波の波源域を十分に含む範囲		
	空間格子間隔	1,350m 450m 150m 50m 25m 12.5m		
	時間格子間隔	3s(安定条件(C.F.L.条件)を満足するように設定)		
初期条件		断層モデルを用いて, Mansinha et al.(1971)の方法により計算される 海底面の鉛直変位分布を初期条件とする		
境	沖側境界	自由透過の条件(後藤他(1982))		
界条	陸側境界	完全反射条件		
件	越流境界	本間の越流公式		
	取水条件	取水なし		
粗度係数		海 域:n=0.030		
水	平渦動粘性係数	Om²/s		
	計算時間	海域活断層:地震発生後 3.0時間 日本海東縁断層:地震発生後 4.0時間		
	計算潮位	朔望平均満潮位(T.P.+0.40m)		

# 伝播計算(計算領域の空間格子間隔)



領域番号	空間格子 間隔 x(m)	最大 水深 h <sub>max</sub> (m)	CFL条件 を満たす t(sec)
1	1350	3800	4.95
2,3	450	3700	1.67
4	150	240	2.19
5,6	50	90	1.19
7,8,9	25	80	0.63
10,11,12	12.5	60	0.36









η



### 大飯放水ピットの津波水位(日本海東縁部E1南)



### 大飯放水ピットの津波水位(大陸棚外縁~B~野坂断層)

22

23

## 津波による放水ピット内の水位評価検討結果

対象波源		評価対象	津波による遡上高さ	ポンプ稼動を考慮した遡 上高さ
海域活	大陸棚外縁~B~野坂	1,2号放水ピットの 上端レベル	T.P.+4.24m	T.P.+5.44m
断層	断層	3,4号放水ピットの 上端レベル	T.P.+4.45m	T.P.+5.65m
日本海 東縁部		1,2号放水ピットの 上端レベル	T.P.+5.25m	T.P.+6.45m
	日本海東縁E1南	3,4号放水ピットの 上端レベル	T.P.+5.77m	T.P.+6.97m



5.大飯発電所3,4号機における原子力発電所の竜巻影響評価について

1. はじめに

「実用発電用原子炉及びその附属施設の位置、構造及び設備の 基準を定める規則(仮称)」第6条に関連して、原子炉施設の供 用期間中に極めてまれに発生する突風・強風を引き起こす自然現 象としての竜巻及びその随伴事象等によって原子炉施設の安全性 を損なうことのない設計であることを評価するための「原子力発 電所の竜巻影響評価ガイド(案)」(以下、「ガイド案」という。) に基づき、竜巻影響評価を以下の2点について実施する。

- ・設計竜巻および設計荷重(設計竜巻荷重およびその他の組み 合わせ荷重)の設定
- ・設計荷重に対する竜巻防護施設の構造健全性等の維持により
   安全機能が維持されることの評価
- 2. 評価の基本的事項
- 2.1 竜巻影響評価の対象施設

以下の(1)および(2)に示す施設を竜巻影響評価の対象施設と する。

(1) 竜 巻 防 護 施 設

「基準地震動及び耐震設計方針に係る審査ガイド(仮称)」の 重要度分類における耐震 S クラスの設計を要求される設備(系 統・機器)および建屋・構築物等とする。

(2) 竜巻防護施設に波及的影響を及ぼし得る施設

当該施設の破損等により竜巻防護施設に波及的影響を及ぼして 安全機能を喪失させる可能性が否定できない施設、またはその施 設の特定の区画(注 2.1)。

(注 2.1) 竜巻防護施設を内包する区画。

2.2 評価の基本的な考え方

2.2.1 評価の基本フロー

基準竜巻、設計竜巻および設計荷重を適切に設定するとともに 評価対象施設を抽出し、設計荷重に対する竜巻防護施設の構造健 全性について検討することより、安全機能が維持されていること の確認を行う。

2.2.2 評価対象施設に作用する荷重

以下に示す設計荷重を適切に設定する。

(1)設計竜巻荷重

設計竜巻荷重を以下に示す。

①風圧力

設計竜巻の最大風速による風圧力

②気圧差による圧力

設計竜巻における気圧低下によって生じる評価対象施設内外 の気圧差による圧力

③<br />
飛来物の衝撃荷重

設計竜巻によって評価対象施設に衝突し得る飛来物(以下、 「設計飛来物」という)が評価対象施設に衝突する際の衝撃荷 重

(2) 設計 竜 巻 荷 重 と 組 み 合 わ せ る 荷 重

竜巻荷重と組み合わせる荷重を以下に示す。

- 評価対象施設に常時作用する荷重、運転時荷重等
- ② 竜 巻 以 外 の 自 然 現 象 (注 2.2) に よ る 荷 重、設 計 基 準 事 故 時 荷 重 等
- (注2.2) 竜巻との同時発生が想定され得る雷、雪、雹及び大雨等の自 然現象を含む。
- 2.2.3 施設の安全性の確認方針

設計竜巻荷重及びその他組み合わせ荷重(常時作用している荷 重、竜巻以外の自然現象による荷重、設計基準事故時荷重等)を 適切に組み合わせた設計荷重に対して、評価設計対象施設、ある いはその特定の区画(注 2.3)の構造健全性等が維持されて安全機 能が維持されることを確認する。

(注2.3) 竜巻防護施設を内包する区画。

### 3. 基準竜巻・設計竜巻の設定

3.1 概要

設計竜巻荷重を設定するまでの基本的な流れを図 3.1 に示す。

竜巻検討地域の設定				
大飯発電所が立地する地域を基に設定				
•				
基準竜巻の最大風速(V <sub>B</sub> )の設定				
(竜巻検討地域における竜巻の発生頻度や最大風				
速の年超過確率等を参照し、最大風速を設定)				
設計 竜 巻 の 最 大 風 速 ( V <sub>D</sub> ) の 設 定				
(大飯発電所サイト特性等を考慮して必要に応じ				
てV <sub>B</sub> の割り増し等を行い、最大風速を設定)				
↓ 				
設計竜巻の特性値の設定				
(V <sub>D</sub> 等に基づいて移動速度、気圧低下量等の特性				
値を設定)				
設計 竜 巻 荷 重 (F <sub>D</sub> )の 設 定				
(風圧力、気圧差、飛来物の衝突による衝撃荷重				
を設定)				

図3.1 基準竜巻・設計竜巻の設定に係る基本フロー

3.2 竜巻検討地域の設定

竜巻検討地域は、北海道から本州の日本海側の海岸に沿った海

側 5kmと山側 5kmの地域(面積 33,395km<sup>2</sup>)とする。図 3.2 に竜 巻検討地域および竜巻の発生状況(1961 年~2012 年 6 月)、添付 資料 1 に対象の竜巻検討地域において発生した竜巻一覧を示す。



図3.2 竜巻検討地域および竜巻の発生状況<sup>\*1</sup>
 ※1 気象庁 「竜巻等の突風データベース」より作成

添付資料1: 竜巻検討地域において発生した竜巻

3.3 基準 竜巻の設定

基準竜巻の最大風速(V<sub>B</sub>)は以下の(1)、(2)より設定を行った。 (1)過去に発生した竜巻による最大風速(V<sub>B1</sub>)

竜巻は日本全国で発生しているが、図 3.3 に示す竜巻の都道府 県別発生件数より、その発生頻度に地域特性があることが分かる。 北海道西部、東北地方の日本海側の県、北陸地方、中国地方の日 本海側の竜巻発生頻度が高い。但し、福井県、京都府、兵庫県で の発生件数は少なく、太平洋側の岩手県でも少ない。福井県等こ れらの共通点としてリアス式海岸のような狭隘地が多いことが考 えられる。また、日本で発生した竜巻のうち、比較的大きな F2~ F3 および F3 の発生状況を日本海側と太平洋側で調査したところ、 日本海側では F2~F3 および F3 の竜巻は発生していないことがわ かった。(表 3.1、図 3.4 参照)

以上より、竜巻の発生頻度と発生する竜巻の大きさには地域特性があり、また、過去に発生した竜巻による最大風速は、竜巻発生の地域特性を反映すべきであると言える。よって、竜巻発生の地域特性を反映するため、竜巻検討地域において、過去に発生した最大の竜巻の最大風速をV<sub>B1</sub>とする。

竜巻検討地域における過去に発生した最大の竜巻の最大風速 は、気象庁の「竜巻等の突風データベース」の情報から調査を行 っており、十分信頼性のあるデータを用いた。

竜巻検討地域内で1961年から2012年6月の間に発生した竜巻は
192個であり、そのうち過去最大の竜巻はF2であった。F2における風速は50m/s~69m/sであることから、過去に発生した最大の竜
巻の最大風速V<sub>B1</sub>を69m/sとした。



図3.3 竜巻の都道府県別発生件数\*2(1961年~2012年6月)
 ※2 気象庁 「竜巻等の突風データベース」より作成

	表 3.1 F2~F3、F3	の竜巻発生場所*3(1	1961 年~2012 年 6 月	( [
Fスケール	発生日時	発生場所緯度	発生場所経度	発生場所
$F2 \sim F3$	1966年01月04日12時48分	35度21分49秒	140度9分46秒	千葉県 南総町
$F2 \sim F3$	1967年10月28日03時12分	35度42分3秒	140度43分10秒	千葉県 飯岡町
$F2 \sim F3$	1968年09月24日19時05分	32 度 7 分 16 秒	131度32分8秒	宮崎県 高鍋町
$F2 \sim F3$	1969年12月07日18時00分	34 度 45 分 4 秒	137度22分46秒	愛知県 豊橋市
$F2 \sim F3$	1978年02月28日21時20分	35度32分1秒	139度41分50秒	神奈川県 川崎市
$F2 \sim F3$	1990年02月19日15時15分	31 度 15 分 38 秒	130度16分35秒	鹿児島県 枕崎市
F3	1971年07月07日07時50分	35度52分45秒	139度40分13秒	埼玉県 浦和市
F3	1990年12月11日19時13分	35度25分27秒	140度17分19秒	千葉県 茂原市
F3	1999年09月24日11時07分	31 度 12 分 1 秒	137度23分5秒	愛知県 豊橋市
F3	2006年11月07日13時23分	43 度 58 分 39 秒	143度42分12秒	北海道網走支庁 佐呂間町
F3	2012年05月06日12時35分	36度6分38秒	139度56分44秒	茨城県 常総市

$\sim 2012 \pm 6$
(1961 年
の竜巻発牛場所*3
$F2 \sim F3$ , $F3$

ſ

「竜巻等の突風データベース」より作成 ※3 気象庁



図 3.4 日本海側と太平洋側における竜巻の発生状況<sup>\*\*4</sup> (1961 年~ 2012 年 6 月)

※4 気象庁 「竜巻等の突風データベース」より作成

(2) 竜巻最大風速のハザード曲線による最大風速(V<sub>B2</sub>)

竜巻の発生について統計的に評価を行うため、竜巻検討地域におけるハザード曲線を算定し、年超過確率10<sup>-5</sup>に相当する竜巻最大風速を V<sub>B2</sub>とする。

竜巻検討地域内で 1961 年から 2012 年 6 月の間に発生した竜巻は 192 個であり、そのうち過去最大の竜巻でも F2 であることから、こ れを基に大きな風速まで与える信頼性の高いハザード曲線を算定す ることは困難であると判断した。そこで、竜巻検討地域の特性は、竜 巻検討地域における年発生個数の期待値のみに反映し、その他、ある 竜巻が発生した場合の被災面積の期待値、その竜巻の風速特性につい ては、日本全国の過去のデータを元にすることを基本とした。但し、

日本で観測されていない F4、F5の非常に大きな竜巻の特性は、米国 で設計用竜巻の風速を評価した際の手法を参考にした。

ハザード曲線評価に用いた竜巻のデータは、気象庁の竜巻等の突風 データベースの情報を基にした。

算定した竜巻最大風速のハザード曲線を図3.5に示す。図3.5より、 ハザード曲線における年超過確率 10<sup>-5</sup>に相当する竜巻の最大風速V<sub>B</sub> を69m/sとした。

以上、(1)、(2)より算定した竜巻の最大風速を表 3.2 に示す。



図3.5 竜巻最大風速のハザード曲線

	最大風速
過去に発生した竜巻による最大風速V <sub>B1</sub>	69m/s
竜巻最大風速のハザード曲線による最大風速V <sub>B2</sub>	69m/s

表3.2 竜巻の最大風速の算定結果

以上(1)、(2)より、大飯発電所における基準竜巻の最大風速は69m/s とする。

参考に、米国の原子力施設における推奨設計用竜巻風速は、米国を 3地域に分けて年超過確率毎に NUREG/CR-4461, Rev. 2 に詳細に示され ており、表 3.3 のとおりである。地域区分は図 3.6 に示す。

米国は日本よりも竜巻の観測体制が整っており、多くの有効な観測 データが存在し、詳細な統計解析が可能であると考えられることから、 表 3.2 に示す年超過確率は信頼性の高いデータであると言える。今回、 大飯発電所における竜巻検討地域において推定した年超過確率 10<sup>-5</sup> に相当する竜巻の最大風速V<sub>B2</sub>69m/sは、米国東海岸等(Region II)と米 国西海岸等(Region III)の年超過確率 10<sup>-5</sup>の風速よりも大きく、巨大竜 巻が来襲する米国中央部(Region I)での年超過確率 10<sup>-5</sup>の風速、米国 西海岸等(Region III)での年超過確率 10<sup>-7</sup>の風速とほぼ同等の値とな っている。

よって、大飯発電所における竜巻検討地域において推定した年超過 確率 10<sup>-5</sup>に相当する竜巻の最大風速V<sub>B2</sub>69m/sは、米国における推奨設 計用竜巻風速と比較して妥当な値であると言える。

なお、日本で過去に発生した最大の竜巻F3の最大風速 92m/sは、米 国東海岸等(RegionⅡ)と米国西海岸等(RegionⅢ)の年超過確率 10<sup>-7</sup> の風速よりも大きい値となっている。

したがって、大飯発電所における基準竜巻 69m/s は十分保守性のあるのである。

	設計用竜巻	風速 (mph)		設計用竜巻	風速(m/sに∮	6算)
年超過確率	Region I	Region∐	RegionⅢ	Region I	Region II	RegionⅢ
10-5	160	140	100	72	63	45
10 <sup>-6</sup>	200	170	130	68	76	58
10 <sup>-7</sup>	230	200	160	103	89	72





(参考) 竜巻最大風速のハザード曲線の算定の仕方

竜巻最大風速のハザード曲線は、米国 NRC による設計用竜巻風速 評価のもとになる NUREG/CR-4461Rev.2 に従い、建屋等が竜巻により 被害を受ける確率と、被害を受けた時にある風速を超える確率を掛 け合わせる条件付確率(竜巻被害発生時の風速の年超過確率)とし て算定した。竜巻の観測データは日本の観測データを最大限活かし た。なお、竜巻発生個数に係る評価においては、F0 未満、不明を含 めてすべてを発生個数としてカウントした。風速を伴う評価におい ては、不明は含めず、F0 未満、F0 以下および F0 は F0、F0~F1 およ び F1 は F1、F1~F2 および F2 は F2、F2~F3 および F3 は F3 として 取り扱った。

#### (1) 竜巻影響エリアの設定

竜巻影響エリアは、竜巻検討地域(北海道から本州の日本海側の海 岸に沿った海側 5kmと山側 5kmの地域(面積 33,395km<sup>2</sup>))と評価対 象施設の代表幅として大飯 3,4 号機の評価対象施設の内、幅が最も大 きい原子炉周辺建屋(平面=71m×98.6m、対角線長さ 121.5m)より 150m とした。竜巻の移動方向は、評価対象施設の代表幅を対角線より設定 することから、最も被害を大きく受ける方向とした。

竜巻による被害幅と被害域長さは、日本で観測された竜巻の観測デ ータより非超過確率分布を求め、対数正規分布曲線で近似を行い求め た期待値とした。

(2) 竜巻の年発生数の期待値の設定

竜巻検討地域における竜巻の年発生数の分布は、平均値 3.69 個の 2 倍を超える標準偏差 7.55 個を持つ非常に偏った分布をしており、 ポアソン分布を当てはめることは適さなかった。ガイド案の示すポア ソン分布では平均値を期待値とみなし、そのままハザード評価をする こととなるが、竜巻検討地域における年発生数に非常に偏りのある傾 向を考慮し、保守的な期待値を定めることとした。すなわち、平均値 にデータの偏りの度合いを表す標準偏差を加えた平均+標準偏差の 値 11.24 個より、保守的に竜巻の年発生数の期待値を 15 個とした。 設定した期待値 15 個を超えるのは、52 年中 7.6%の4年間だけであ る。したがって、52 年中の 92.4%以上の年における年発生数は設定 した値を超えることがなく、設定した期待値は十分保守的な値である。 また、その値を期待値としたハザード評価は十分保守的である。なお、 竜巻検討地域における竜巻の発生数は少なく、陸側 5km、海側 5km を 1km ごとに設定を行うと、極度にデータ不足となることから、竜巻検 討地域全体で竜巻の年発生数の期待値を設定した。

(3) 竜巻最大風速の確率分布の設定

竜巻最大風速の確率分布は、日本で観測された竜巻の観測データを 基に、風速の年超過確率の特性をワイブル分布で近似した曲線として 設定した。その評価に当たって、日本で公表されている竜巻の大きさ はFスケールによって表されているが、Fスケールで与えられる風速 は、各Fスケールで平均時間間隔が異なっている。一方、EFスケー ルは、3秒平均での風速に統一されている。最大風速は平均時間に依 存することから、統計的に評価する際は、平均時間が統一された風速 の尺度を用いることが適している。従って、Fスケールを EF スケー ルでの風速とし、最終的に得られた EF スケールでの最大風速をFス ケール相当に換算した。

(4) 竜巻最大風速のハザード曲線の算定

(1)~(3)の設定より、竜巻検討地域において、建屋等の構造物が無い箇所を竜巻が襲う場合の竜巻被害発生時の風速の年超過確率(点構造物の竜巻被害発生時の風速の年超過確率)および建屋等を竜巻が襲う場合の竜巻被害発生時の風速の年超過確率(大きさのある構造物の 竜巻被害発生時の年超過確率)をそれぞれ算定し、両者を足し合わせて竜巻最大風速のハザード曲線を算定した。 (5)年超過確率に対応する竜巻最大風速(V<sub>B2</sub>)の算定

(4) で算定した竜巻最大風速のハザード曲線において、ガイド案を 参考に年超過確率 10<sup>-5</sup>に相当する風速をV<sub>R2</sub>とした。

添付資料2: 竜巻最大風速のハザード曲線の算定の仕方について

3.4 設計 竜巻の 設定

設計 竜巻の 最大風速 (V<sub>n</sub>) および 特性値を以下のとおり 設定する。

(1) 設計 竜巻の 最大風速 (V<sub>n</sub>)

一般に地形効果による風の増幅は、傾斜地や尾根状地形を風が流れ るとき、傾斜地や尾根状地形の風上側では、風は傾斜地や尾根状地形 によってせき止められ、平均風速は平坦な地形上よりも小さくなるが、 風は斜面を上がるにつれて加速するため、斜面の中程よりも上の地表 面付近の平均風速は平坦な地形よりも大きくなる。

一方、大飯発電所は三方を山に囲まれ北東方向が開かれた幅 500m ほどの谷状の狭隘な地形に立地しており、前述の地形効果による風の 増幅の条件には当てはまらない。また、数値流体計算による狭隘地形 が竜巻状旋回気流に与える影響を評価したところ、大飯発電所のよう な谷間地形では海側から入ってきた竜巻は風速を落としながら進ん でいくことを確認している。

添付資料3:狭隘地形が竜巻状旋回気流に与える影響について

以上より、設計竜巻の最大風速V<sub>p</sub>は、大飯発電所が立地する地形で は竜巻の増幅は考えられないことから、風速の割り増しは行わない。

(2) 設計 竜巻の特性値

設計竜巻の特性値は、竜巻検討地域における竜巻の観測データが不 足していることから、ランキン渦モデルを仮定の上、①~⑤に従い設 定した。表 3.4 に示す。

①設計竜巻の移動速度(V<sub>T</sub>)

 $V_{T} = 0.15 \cdot V_{D}$ 

*V<sub>p</sub>(m/s)*: 設計竜巻の最大風速

②設計竜巻の最大接線風速(V<sub>Rm</sub>)

$$V_{Rm} = V_D - V_T$$

 $V_{D}(m/s)$ : 設計竜巻の最大風速、 $V_{T}(m/s)$ : 設計竜巻の移動速度

③設計竜巻の最大接線風速が生じる位置での半径(R<sub>m</sub>)

 $R_m = 30(m)$ 

④設計竜巻の気圧低下量(ΔP)

$$\Delta P = \rho \cdot V_{Rm}^{2}$$

 $\rho$ :空気密度(1.22( $kg/m^3$ ))、 $V_{Rm}(m/s)$ :設計竜巻の最大接線風速

⑤設計竜巻の最大気圧低下率((dp/dt)<sub>max</sub>)

 $(dp/dt)_{\rm max} = (V_T/R_m) \cdot \Delta P$ 

V<sub>T</sub>(m/s): 設計竜巻の移動速度、R<sub>m</sub>(m/s): 設計竜巻の最大接線風速半径

最大	移動速度	最大接線	最大接線	気圧低下量	最大気圧
風速	$V_{T}$ (m/s)	風速	風速半径	$\Delta$ P(hPa)	低下率
$V_{\rm D}$ (m/s		$V_{Rm}$ (m/s)	R <sub>m</sub> (m)		$(dp/dt)_{max}$
)					(hPa/s)
69	10	59	30	43	15

表3.4 設計竜巻の特性値

今回、竜巻影響評価は事業者として初めての取組みであり、知 見拡充の観点から、『東京工芸大学:「平成 21~22 年度原子力安 全基盤調査研究(平成 22 年度)、竜巻による原子力施設の影響に 関する調査研究」、独立行政法人原子力安全基盤機構委託研究報 告書、平成 23 年 2 月』で示された下記設計竜巻(表 3.5 に示す) の設計荷重に対しても、建屋・構築物、設備(系統・機器)の安 全機能維持について確認を行う。

表3.5 知見拡充で使用する設計竜巻の特性値

最大	移動速度	最大接線	最大接線	気圧低下量	最大気圧
風速	$V_{T}(m/s)$	風速	風速半径	$\Delta$ P(hPa)	低下率
$V_{\rm D}$ (m/s)		V <sub>Rm</sub> (m∕s)	R <sub>m</sub> (m)		(dp/dt) <sub>max</sub>
					(hPa/s)
100	16	84	30	85	45

4. 竜卷影響評価

4.1 評価概要

評価の概要は以下のとおりとする。

- (1)設計竜巻および設計荷重(設計竜巻荷重およびその他の組み合わ せ荷重)の設定
- (2)設計荷重に対する竜巻防護施設の構造健全性等の維持により安
   全機能が維持されることの評価

4.2 評価対象施設

- (1) 竜 巻 防 護 施 設
  - ①建屋・構築物

「基準地震動及び耐震設計方針に係る審査ガイド(仮称)」 の重要度分類における耐震Sクラスの設計を要求される建屋と して、以下を抽出した。

- ・ 原 子 炉 格 納 容 器 (PCCV)
- 原子炉周辺建屋(E/B)
- ・制御建屋(C/B)

②設備

「基準地震動及び耐震設計方針に係る審査ガイド(仮称)」 の重要度分類における耐震Sクラスの設計を要求される設備で あり、外殻となる施設により防護が期待できない設備として、 以下を抽出した。

- ・海水ポンプ
- ・排気筒(建屋外)
- (2) 竜巻防護施設に波及的影響を及ぼし得る施設
  - ①建屋、構築物

当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的影響 を及ぼして安全機能を喪失させる可能性が否定できない施設は、 竜巻防護施設に隣接する以下の建屋とした。

タービン建屋(T/B)

②設備

(a) 当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的影響を及ぼし得る施設

当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的 影響を及ぼして安全機能を喪失させる可能性が否定でき ない施設として、以下を抽出した。 ・海水ポンプ室クレーン

(b)当該施設の破損により、耐震Sクラス設備に機能的な波及的 影響を及ぼし得る施設

当該施設の破損により、耐震 S クラス設備に機能的な波 及的影響を及ぼして安全機能を喪失させる可能性が否定 できない施設として、換気・冷却等が必要な耐震 S クラス 設備を内包する区画の換気空調設備の内、以下を抽出した。 ・排気筒(建屋内)

- ・アニュラス空気浄化系
- 安全補機室冷却系
- ・ディーゼル発電機室換気系
- ・電動補助給水ポンプ室換気系
- 制御用空気圧縮器室換気系
- · 安全補機開閉器室空調系
- · 蓄電池室排気系
- 中央制御室空調系



図4.1 竜巻防護施設抽出フロー

4.3 評価荷重の設定

4.3.1 設計竜巻荷重の設定

設計竜巻の最大風速V<sub>D</sub>等に基づき、以下のとおり設定する。 (1)設計竜巻による風圧力の設定

設計竜巻の水平方向の最大風速によって施設(屋根を含む)に 作用する風圧力(P<sub>p</sub>)は、「建築基準法施行令」及び「日本建築学 会建築物荷重指針・同解説」に準拠して、下式により算定する。

なお、ガスト影響係数(G)は G=1.0、風力係数(C)は施設の形状 や風圧力が作用する部位(屋根、壁等)に応じて設定する。

 $P_D = q \cdot G \cdot C \cdot A$ 

q:設計用速度圧、G:ガスト影響係数(=1.0)、C:風力係数、A:施設の受圧面積

 $q = (1/2) \cdot \rho \cdot V_{D}^{2}$ 

ρ:空気密度、V<sub>p</sub>:設計竜巻の最大風速

(2)設計竜巻における気圧低下によって生じる評価対象施設内外の 気圧差による圧力の設定

設計竜巻による評価対象施設内外の気圧差による圧力は、気圧 低下量(ΔP)に基づき設定する。

建屋・構築物等

建屋については、気圧差による圧力荷重が最も大きくなる「閉じた施設」を想定し、内外気圧差による圧力荷重W<sub>P</sub>を以下の式により設定する。

 $W_P = \Delta P \cdot A$ 

ΔP: 気圧低下量、A: 施設の受圧面積

竜巻防護施設を内包する建屋・構築物について、開口部(窓、

扉、シャッター)および建屋天井について影響を評価し、当該 施設が破損した場合には安全機能維持について確認を行う。

②設備(系統・機器)

設備については、気圧差による圧力荷重が最も大きくなる「閉じた施設」を想定し、内外気圧差による圧力荷重W<sub>P</sub>を以下の式により設定する。

 $W_{P} = \Delta P \cdot A$ 

ΔP: 気圧低下量、A: 施設の受圧面積

外気と隔離されている区画の境界部等気圧差による圧力影響 を受ける設備について、圧力影響により作用する応力が許容値 内であるかを確認し、許容値を上回る場合には設備が破損した 場合の安全機能維持への影響について確認する。

(3)設計竜巻による飛来物が評価対象施設に衝突する際の衝撃荷重の設定

①設計飛来物の設定

設計飛来物は、ガイド案の解説表4.1に示される飛来物とし、 表4.1の通りとする。なお、解説表4.1に示される飛来物は、竜 巻による原子力施設への影響に関する調査研究(注4.1)におい て福島第二原子力発電所を対象に調査された結果より設定され ており、同様な原子力発電所の運営を行っている大飯発電所の 設計飛来物としても妥当である。  (注4.1)東京工芸大学「平成21~22年度原子力安全基盤調査研究 (平成22年度) 竜巻による原子力施設への影響に関する 調査研究」独立行政法人原子力安全基盤機構委託研究成 果報告書、平成23年3月

飛来物	棒状物		板状物	塊状物	
の種類	鋼製パ	鋼製材	コンクリー	コンテナ	トラック
	イプ		ト板		
サイズ	長さ×直	長さ×幅	長さ×幅×	長さ×幅	長さ×幅
(m)	径	×奥行き	厚さ	×奥行き	×奥行き
	$2 \times 0.05$	4.2 × 0.3	1.5 $\times$ 1 $\times$	2.4 $\times$ 2.6	$5 \times 1.9 \times$
		imes0.2	0.15	imes 6	1.3
質量	8.4	135	540	2300	4750
(kg)					

表4.1 設計飛来物

②設計飛来物の速度の設定

設計竜巻による設計飛来物の最大水平速度(<sub>M</sub>V<sub>Hmax</sub>)および最 大鉛直速度(<sub>M</sub>V<sub>Vmax</sub>)は、衝撃荷重による影響を保守的に評価す るため、知見拡充のためガイドに示される竜巻の最大風速 (V<sub>D</sub>)=100m/sの場合と同じ値とし、表4.2の通りとする。

飛来	棒状物		板状物	塊状物	
物の	鋼製パ	鋼製材	コンクリー	コンテナ	トラック
種類	イプ		ト板		
サイ	長 さ ×	長さ×幅	長さ×幅×	長さ×幅×	長さ×幅×
ズ (m)	直径	×奥行き	厚さ	奥行き	奥行き
	$2 \times 0.05$	4.2 $\times$ 0.3	1. $5 \times 1 \times$	2.4 × 2.6 ×	$5 \times 1.9 \times 1.3$
		×0.2	0.15	6	
質量	о <i>1</i>	125	540	2200	4750
(kg)	0.4	155	540	2300	4750
最大					
水平	4.0	57	2.0	6.0	2.4
速度	49	51	50	00	04
(m/s)					
最大					
鉛直	2.2	2.0	20	4.0	2.2
速度	<u> </u>	00	20	40	20
(m/s)					

表4.2 設計飛来物および飛来物速度

③設計飛来物の衝突方向、衝突範囲および衝撃荷重の設定

竜巻の高さ方向構造は変化せず、渦内部構造はランキン渦に 従うとし、飛来物は飛散時の風力を最も大きく受ける姿勢のま まで飛散していくといった、極めて単純化した仮定のもとで評 価した設計竜巻を包絡する風速での設計飛来物の飛散距離およ び飛散高さを表4.3に示す。

	飛散距離(m)	飛散高さ(m)
鋼製パイプ	354	0.08
鋼製材	345	14
コンクリート板	389	0
コンテナ	355	0
トラック	430	0

表4.3 設計飛来物の飛散距離および飛散高さ<sup>※</sup>(竜巻風速:71m/s)

※電力共通研究「平成24年度原子力発電所の竜巻に対する評価法 に関する研究」より作成

なお、衝撃荷重については、上記同様、電力共通研究「平成 24年度原子力発電所の竜巻に対する評価法に関する研究」にお いて、最も大きな衝撃荷重を与えるコンテナによる最大衝撃荷 重1,880kNを採用し、建屋全体への適合性検討を実施する。

(4) 設計 竜巻荷重の組み合わせ

評価対象施設の評価に用いる設計竜巻荷重は、設計竜巻による 風圧力による荷重(W<sub>W</sub>)、気圧差による荷重(W<sub>P</sub>)、および設計飛来 物による衝撃荷重(W<sub>M</sub>)を組み合わせた複合荷重とし、以下の式に より算定する。

 $W_{T1} = W_P$ 

 $W_{T2} = W_W + 0.5 \cdot W_P + W_M$ 

W<sub>T1</sub>、W<sub>T2</sub>: 設計竜巻による複合荷重
 W<sub>W</sub>: 設計竜巻の風圧力による荷重
 W<sub>P</sub>: 設計竜巻の気圧差による荷重
 W<sub>M</sub>: 設計飛来物による衝撃荷重

4.3.2 設計竜巻荷重と組み合わせる荷重の設定

設計竜巻荷重と組み合わせる荷重は、以下のとおりとする。

(1)評価対象施設に常時作用する荷重、運転時荷重

評価対象施設により、常時作用する荷重(自重、死荷重、活荷 重)を適切に組み合わせる。

(2) 竜巻以外の自然現象による荷重

竜巻と同時に発生する雷、雪、雹、大雨については、以下の理 由によりプラントへの影響が相乗しないため、考慮しない。

① 雷

竜巻は建屋、構築物、および設備(系統・機器)に対する風荷重、気圧差荷重および飛来物の衝撃荷重であるが、落雷は雷撃であり影響モードが異なることから、竜巻との組合せは考慮しない。

なお、避雷針の固定ボルトの強度は竜巻の風荷重を上回るた め、その機能を喪失しない。

② 雪

冬期、日本海で発生した海上竜巻が襲来する場合は竜巻通過 前後に降雪を伴う可能性はあるが、竜巻渦の周辺は上昇気流で あるため、竜巻通過時に雪は降らない。竜巻通過前に積った雪 は竜巻の風により吹き飛ばされ、プラントへの影響は生じない ことから、竜巻との組合せは考慮しない。

③ 雹

電は発達した積乱雲の中で生じる。しかし日本海側で発生す る冬期季節風吹き出しに伴って発生する海上竜巻では、大気の 気温が低く降雪粒子の融解が生じないため、降雹はほとんど見 られていない。冬期以外で仮に雹が形成されたとしても、積乱 雲の構造から、上昇流域である竜巻本体周辺では降雹は生じな い。竜巻通過前に降雹があっても、竜巻の風により吹き飛ばさ れ、プラントへの影響は生じないことから竜巻との組合せは考 慮しない。

④大雨

竜巻は上昇気流であるため、竜巻通過時に雨は降らない。竜 巻通過前後に雨が降ってもプラントへの影響は建屋への浸水で あり、影響モードが異なることから、竜巻との組合せは考慮し ない。

また、竜巻の発生頻度は小さいことから、竜巻と同時に発生が 想定されない自然現象との組み合わせは考慮しない。

(3) 設計基準事故時荷重

竜巻の発生頻度は小さいことから、設計基準事故時荷重との組 み合わせは考慮しない。

- 4.4 施設の構造健全性評価結果
- 4.4.1 概要

設計竜巻荷重およびその他組み合わせ荷重を適切に組み合わ せた設計荷重に対して、評価対象施設、あるいはその特定の区画 (注 4.1)の構造健全性が維持されて安全機能が維持されること を確認する。

- (注 4.1) 竜巻防護施設を内包する区画。
- 4.4.2 建屋、構築物の構造健全性の確認結果

設計荷重に対して、建屋・構築物等の構造健全性が維持されて 安全機能が維持されることを確認した。

(1)設計荷重によって施設に生じる変形・応力等の算定原子炉格納容器、原子炉周辺建屋および制御建屋に対し、建屋

の形状や配置状況を反映した受風面積、形状係数等を考慮した設計 竜巻による 複合荷重 W<sub>T1</sub>、W<sub>T2</sub>を作用させ、評価対象施設に生じる以下の変形を算定した。

① 鉄筋コンクリート造部分

設計竜巻による複合荷重により生じるせん断応力を算出し、 地震応答解析モデルに適用しているせん断力の復元特性 (Q-γ 関係)よりせん断歪度を算定した。

②鉄骨造部分

設計竜巻による複合荷重により生じるせん断応力を算出し、 地震応答解析モデルに適用している荷重変形関係(Q-δ関係)か ら得られる水平変位より層間変形角を算定した。

- (2)構造健全性の確認
  - ① 竜巻防護施設
  - 1) 鉄 筋 コンク リート 造 部 分

地震応答解析モデルに適用しているせん断力の復元特性(Qγ関係)より算定したせん断歪度について、鉄筋コンクリート 造耐震壁の最大応答せん断ひずみ度の許容限界値2,000μ<sup>\*5</sup>と の比較により十分な安全余裕を有していることから構造健全性 を確認した。

- ※5:原子力発電所耐震設計技術規程(JEAC4601-2008)に示さ れている、Sクラスの建物・構築物の鉄筋コンクリート造 耐震壁に対する基準地震動Ssによる各層の鉄筋コンクリ ート造耐震壁の最大応答せん断ひずみ度の許容限界値。
- 2) 鉄骨造部分

地震応答解析モデルに適用している荷重変形関係(Q-δ関係) より算定した層間変形角について、許容限界値120分の1<sup>\*6</sup>との 比較により十分な安全余裕を有していることから構造健全性を 確認した。 ※6:建築基準法施行令第82条の2に示されている、当該層間変 位の当該各階の高さに対する割合の許容限界値。

② 竜巻防護施設に対する波及的影響

1) 波及的影響を及ぼし得る施設の評価

竜巻防護施設(原子炉格納容器、原子炉周辺建屋、制御建屋) に隣接してタービン建屋があるが、当該建屋は建築基準法によ る速度圧設計(300kg/m<sup>2</sup>)で設計しており、これは設計風速で 69.3m/s相当であることから、設計竜巻により損壊しない。従っ て、竜巻防護施設の安全機能に影響を与えない。

2)設計飛来物の評価

a. 鉄筋 コンクリート 造部分

設計飛来物が竜巻防護施設に衝突しても、建屋の外壁や屋根 スラブの壁厚が裏面剥離・貫通を防ぐために必要な壁厚を確保 していることを確認した。

b. 鉄骨造部分

設計飛来物が鋼構造部分(燃料取扱建屋)の外壁に衝突した 場合、貫通することから、竜巻防護施設である使用済燃料ピッ ト中の燃料集合体への影響確認を行った。

飛来物が使用済燃料ピットに入った場合でも、燃料が破損し ないことを確認した。

なお、上記評価について、知見拡充による設計竜巻100m/sで も実施し、竜巻防護施設に安全機能に影響を与えないことを確 認している。

添付資料4:設計竜巻に対する建屋の構造健全性評価結果
 添付資料5:知見拡充で使用する設計竜巻に対する建屋の構造健全性
 評価結果

- 4.4.3 設備の構造健全性の確認結果
  - 設計荷重に対して、設備(構造・機器)の構造健全性が維持されており、安全機能が維持されることを確認した。
- (1)設計荷重によって施設に生じる変形・応力等の算定
  - 海水ポンプ

海水ポンプに対し、設計竜巻による複合荷重W<sub>11</sub>、W<sub>12</sub>を作用 させ発生応力を算定した。

②排気筒

排気筒に対し、設計竜巻による複合荷重W<sub>11</sub>、W<sub>12</sub>を作用させ 発生応力を算定した。

#### (2)構造健全性の確認

- ① 竜巻防護施設の評価
- a. 海水ポンプ

設計竜巻による気圧差荷重(W<sub>p</sub>)ならびに風圧力による荷重 及び気圧差荷重による複合荷重(W<sub>w</sub>+0.5W<sub>p</sub>)に対する海水ポン プ及びモータの基礎ボルト、モータ取付ボルト等に発生する応 力評価を行い、健全であることを確認した。

なお、後述する設計飛来物の評価結果より、海水ポンプへの 衝突は設計上考慮すべき頻度(10<sup>-7</sup>/年)を十分下回るため、 飛来物による衝撃荷重(₩<sub>M</sub>)は評価しない。

b. 排気筒

設計竜巻による気圧差荷重(W<sub>p</sub>)ならびに風圧力による荷重 及び気圧差荷重による複合荷重(W<sub>y</sub>+0.5W<sub>p</sub>)に対する排気筒の 丸ダクトと角ダクトに発生する応力評価を行い、健全であるこ とを確認した。 なお、設計竜巻による飛来物の飛散高さは排気筒の高さまで 浮き上がらないことから、飛来物による衝撃荷重(W<sub>M</sub>)は評価 しない。

- ② 竜巻防護施設に対する波及的影響
  - 1) 波及的影響を及ぼし得る施設の評価
    - a. タービン建屋

竜巻防護施設(原子炉格納容器、原子炉周辺建屋、制御建屋) に隣接してタービン建屋があるが、当該建屋は建築基準法によ る速度圧設計(300kg/m<sup>2</sup>)で設計しており、これは設計風速で 69.3m/s相当であることから、設計竜巻により損壊しない。従っ て、竜巻防護施設の安全機能に影響を与えない。

b. 海水ポンプ室クレーン

海水ポンプ室クレーンの高さ(16m)と海水ポンプ室クレーン 係留位置から海水ポンプまでの距離(20m)を比較することによ り、海水ポンプに影響を与えないことを確認した。

c. 換気空調設備

換気空調設備は、外気と繋がっており気圧差荷重の影響を受けると想定される。波及的影響として耐震 S クラス設備を内包 する区画の換気・冷却等を行う換気空調設備について、排気筒 (建屋内)、外気と繋がるダクト、外気との隔離箇所(ダンパ、 バタフライ弁)、外気との隔離箇所までに設置されているファ ンについて評価を行い、安全機能が維持できることを確認した。

2)設計飛来物の評価

a. 海水ポンプ

設計飛来物が海水ポンプに衝突する影響度評価を行う。 設計基準事象として評価されているタービンミサイルや航空 機落下は頻度的な評価となっており、安全上重要な機器が破損 する確率が10<sup>-7</sup>/年以下となることが安全上の判断基準となっ ている。またASME/ANS PRA標準においても考慮する起因事象の 発生頻度について10<sup>-7</sup>/年以下のものは除外してもよいとする 例もある。これらの事から飛来物が海水ポンプに衝突する影響 度評価についても10<sup>-7</sup>/年以下を安全上の判断基準として設定 する。なお、評価方法については既知のタービンミサイル評価 (「タービンミサイル評価について」原子炉安全専門審査会(昭 和52年7月20日))を準用する。

海水ポンプに対して、飛来物による影響頻度を評価したところ、設計上考慮すべき頻度(10<sup>-7</sup>/年)を十分下回るため、海水ポンプへの飛来物は影響がなく安全機能は維持される。

飛来物への対応として、海水ポンプ室設置付近への車の乗入 れ管理、資機材保管管理等を行い、竜巻に対する備えの万全を 期する。

b. 排気筒

設計竜巻による飛来物が、排気筒の高さまで浮き上がらず、 排気筒に衝突し得ないことから、排気筒への飛来物の影響はない。

なお、上記評価について、知見拡充による設計竜巻100m/sで も実施し、竜巻防護施設の安全機能が維持されることを確認し ている。

添付資料6:設計竜巻に対する設備の構造健全性評価結果 添付資料7:知見拡充で使用する設計竜巻に対する設備の構造健全性 評価結果

4.5 その他の確認事項

ガイド案 解説 4.3. 1.2.3 において要求がある「圧力差の影響を受け得る計器類」については、評価対象である耐震 S クラスの計器類は、全て建屋内に設置されており、竜巻により建屋内・外で差圧が発生した場合にその影響を受けるものは無い。(海水ポンプ関連で屋外設置の耐震 S クラスの計器なし)

また、4.4 で実施した評価以外の確認事項は存在しない。中央 制御室及び非常用発電機の設備に繋がる給排気ダクト類は、風圧 力の影響を受けない構造となっている。

5. 竜巻随伴事象に対する評価

竜巻随伴事象として想定される事象について影響評価を行い、 以下のとおり竜巻防護施設の安全機能が維持されることを確認した。

(1) 火災

設計竜巻により、発電所敷地内の危険物タンクにおいて火災が 発生した場合を想定したとしても、原子炉施設外壁の温度が、許 容温度を超えないため、竜巻防護施設に熱影響を及ぼすことがな いことから、竜巻防護施設の安全機能維持に影響は与えない。(注 4.2)

- (注 4.2)外部火災影響報告書 添付資料 2 1 「大飯発電所 3,4 号機の敷地内におけるタンク火災による影響評価について」
- (2)溢水

設計竜巻による燃料取扱建屋の構造健全性を確認した結果、燃料取扱建屋は損壊しないため、気圧差による使用済み燃料プールの水の流出は生じない。また、設計竜巻により、発電所敷地内の 屋外タンクの倒壊による水の流出が発生した場合を想定したとし ても、津波対策として水密構造としているため、竜巻防護施設の 安全機能に影響を与えることはない。
### (3) 外部電源喪失

設計竜巻と同時に発生する雷、ダウンバーストにより外部電源 が喪失した場合でも、非常用ディーゼル発電機は原子炉周辺建屋 内に収納してあり、設計竜巻による風圧力、気圧差による圧力、 飛来物による機関への影響はない。吸排気については外気と繋が っているが、短時間の気圧差による圧力による影響はない。この ことから、非常用ディーゼル発電機は安全機能を維持しており、 竜巻防護施設の安全機能の維持に影響は与えない。 竜巻検討地域において発生した竜巻

竜巻検討地域において 1961 年~2012 年 6 月に発生した竜巻の一覧を下表に示す。

表1 竜巻検討地域において 1961 年~2012 年6月に発生した竜巻

	発生日時	発生場所緯度	発生場所経度	<b>F</b> スケール	現象区別
1	1961年01月24日13時50分	33度54分8秒	130度56分12秒	F1	竜巻
2	1962年09月28日14時20分	45度13分30秒	141度15分25秒	F2	竜巻
3	1965年09月30日02時35分	39度44分33秒	140度4分46秒	F1	竜巻
4	1965年09月30日03時00分	39度19分29秒	140度0分10秒	F0~F1	竜巻または ダウンバースト
5	1968年01月08日09時50分	37度13分48秒	138度19分22秒	F1	竜巻
6	1969年06月22日09時00分	34 度 37 分 30 秒	131度36分10秒	F1	竜巻
7	1969年11月18日07時08分	38度54分31秒	139度50分7秒	F1	竜巻
8	1971年02月01日00時20分	36度41分10秒	136度40分30秒	F1	竜巻
9	1971年10月17日05時00分	44度21分23秒	141度41分30秒	F0~F1	竜巻
10	1971年10月17日05時00分	44度21分23秒	141度41分30秒	F2	竜巻
11	1972年11月21日17時05分	36度53分27秒	137度24分57秒	F1	竜巻
12	1973年05月21日16時30分	36度49分56秒	136度44分45秒	F0~F1	竜巻
13	1973年09月27日23時00分	45度26分20秒	141度2分10秒	F1	竜巻
14	1973年10月22日13時20分	39度41分41秒	140度4分20秒	F1	竜巻
15	1974年08月08日05時05分	40度16分53秒	140度3分24秒	F0~F1	竜巻
16	1974年10月03日19時05分	42度11分20秒	139度31分0秒	F1~F2	竜巻
17	1974年10月20日15時00分	41度47分45秒	140度7分47秒	F1~F2	竜巻
18	1975年05月31日18時10分	35度26分6秒	132度37分57秒	F0~F1	竜巻
19	1975年05月31日18時10分	35度25分57秒	132度37分42秒	F2	竜巻
20	1975年05月31日18時40分	35度25分8秒	132度37分53秒	F0~F1	竜巻
21	1975年09月08日01時30分	42度12分52秒	139度32分58秒	F1~F2	竜巻
22	1977年01月13日01時30分	36度34分5秒	136度34分0秒	F0~F1	竜巻
23	1978年08月14日10時40分	45度5分0秒	141度38分0秒	不明	竜巻
24	1979年10月31日13時00分	37度8分21秒	136度41分2秒	F0~F1	竜巻
25	1979年11月02日01時58分	41度30分7秒	140度1分6秒	F2	竜巻
26	1984年11月19日22時00分	35度26分4秒	133度19分22秒	F1	竜巻
27	1987年01月11日01時32分	40度2分27秒	139度56分19秒	F0~F1	竜巻
28	1987年01月11日02時00分	40度6分9秒	139度57分57秒	F1	竜巻

	発生日時	発生場所緯度	発生場所経度	F スケール	現象区別
29	1989年03月16日19時20分	35度24分0秒	132度40分0秒	F2	竜巻
30	1990年04月06日02時55分	37度12分10秒	136度40分56秒	F2	竜巻
31	1991年01月13日14時48分	38度1分25秒	138度12分20秒	不明	竜巻
32	1991年02月15日11時00分	35 度 33 分 54 秒	135度52分53秒	F1	竜巻
33	1991年09月17日08時50分	42度49分12秒	140度12分50秒	不明	竜巻
34	1991年12月11日20時10分	36 度 35 分 59 秒	136度38分0秒	F1	竜巻
35	1992年09月13日08時50分	45度26分50秒	141度40分0秒	不明	竜巻
36	1992年09月17日09時05分	43度50分50秒	141度29分55秒	F1	竜巻
37	1992年09月17日09時05分	43度50分50秒	141度29分55秒	不明	竜巻
38	1993年09月26日15時52分	43度57分17秒	141度36分54秒	不明	竜巻
39	1993年10月17日09時30分	36度55分9秒	136度43分51秒	不明	竜巻
40	1993年10月23日17時00分	38度5分30秒	138度12分30秒	不明	竜巻
41	1993年11月24日13時50分	37度13分27秒	138度12分49秒	不明	竜巻
42	1994年03月26日11時40分	38度48分32秒	139度46分19秒	F1	竜巻
43	1994年09月01日16時00分	37度59分6秒	139度2分56秒	不明	竜巻
44	1995年12月01日13時51分	36度26分13秒	136度25分3秒	不明	竜巻
45	1996年09月05日10時20分	39度15分18秒	139度54分1秒	不明	竜巻
46	1996年10月08日23時07分	44度43分7秒	141度48分15秒	F1	竜巻
47	1996年11月30日07時05分	37度23分39秒	138度34分14秒	F1	竜巻
48	1997年01月22日09時20分	37度54分58秒	139度2分0秒	F0	竜巻
49	1998年09月24日15時00分	35 度 38 分 26 秒	134度55分31秒	不明	竜巻
50	1998年10月31日08時40分	37度19分6秒	136度42分10秒	不明	竜巻
51	1998年11月15日22時30分	38度56分40秒	139度49分22秒	F1	竜巻
52	1999年10月08日09時30分	36度43分56秒	136度40分18秒	不明	竜巻
53	1999年10月29日21時25分	40度13分10秒	140度4分11秒	F0~F1	竜巻
54	1999年11月25日15時40分	40度20分50秒	140度1分37秒	F1~F2	竜巻
55	2000年07月25日06時20分	36度8分1秒	136度4分13秒	不明	竜巻
56	2000年07月25日06時30分	36度13分26秒	136度8分2秒	不明	竜巻
57	2001年06月01日13時20分	40度32分7秒	139度56分44秒	F1	竜巻
58	2001年06月19日14時50分	35度37分58秒	136度3分11秒	F1	竜巻
59	2002年09月23日14時30分	36度58分15秒	137度33分15秒	F0~F1	竜巻
60	2002年09月24日13時15分	39度30分6秒	140度4分56秒	F1	竜巻
61	2002年11月04日11時20分	36度21分14秒	136度19分32秒	F0	竜巻
62	2002年11月05日10時30分	35度38分45秒	135度56分16秒	不明	竜巻

	発生日時	発生場所緯度	発生場所経度	F スケール	現象区別
63	2003年10月18日16時25分	36度11分51秒	136度7分2秒	不明	竜巻
64	2004年08月15日12時10分	45度27分22秒	141度2分1秒	F0 未満	竜巻
65	2004年09月16日14時00分	33度53分13秒	130度53分24秒	F1	竜巻
66	2005年01月12日07時50分	35度32分0秒	134度3分30秒	不明	竜巻
67	2005年11月18日13時00分	36 度 38 分 59 秒	136 度 38 分 52 秒	不明	竜巻
68	2005年12月05日11時50分	35度23分26秒	132度42分50秒	F1	竜巻または ダウンバースト
69	2005年12月25日19時10分	38度51分16秒	139度47分16秒	F1	竜巻
70	2006年11月09日12時05分	42度3分31秒	139度26分50秒	F1	竜巻
71	2007年08月24日08時20分	38度47分40秒	139度42分0秒	不明	竜巻
72	2007年08月24日08時20分	38度47分40秒	139度42分0秒	不明	竜巻
73	2007年10月01日14時25分	43度23分0秒	140度26分30秒	不明	竜巻
74	2007年10月01日14時27分	43度17分8秒	140度20分16秒	不明	竜巻
75	2007年10月01日15時30分	42度26分26秒	139度47分30秒	不明	竜巻
76	2007年10月04日13時36分	44度53分0秒	141度41分0秒	不明	竜巻
77	2007年10月04日16時30分	42度27分15秒	139度50分20秒	不明	竜巻
78	2007年10月11日09時55分	40度47分21秒	140度7分54秒	不明	竜巻
79	2007年10月11日10時25分	40度47分21秒	140度7分54秒	不明	竜巻
80	2007年10月16日15時23分	35 度 36 分 35 秒	133度5分10秒	不明	竜巻
81	2007年11月22日09時00分	36度54分32秒	137 度 24 分 56 秒	不明	竜巻または 漏斗雲
82	2007年12月02日01時30分	38度54分26秒	139度50分18秒	F0	竜巻
83	2008年06月01日12時50分	40度23分20秒	139度58分55秒	不明	竜巻
84	2008年07月30日08時03分	35 度 34 分 20 秒	134度13分5秒	不明	竜巻
85	2008年07月30日08時28分	35度33分5秒	134度10分56秒	不明	竜巻または 漏斗雲
86	2008年07月30日08時28分	35度33分5秒	134度10分56秒	不明	竜巻または 漏斗雲
87	2008年07月30日08時41分	35 度 33 分 36 秒	134度11分26秒	不明	竜巻または 漏斗雲
88	2008年07月30日08時55分	35 度 34 分 48 秒	134 度 9 分 30 秒	不明	竜巻
89	2008年07月30日09時01分	35 度 34 分 16 秒	134 度 9 分 26 秒	不明	竜巻
90	2008年07月30日09時18分	35 度 34 分 6 秒	134 度 8 分 16 秒	不明	竜巻
91	2008年08月14日11時25分	38度55分10秒	139度48分31秒	不明	竜巻

	発生日時	発生場所緯度	発生場所経度	<b>F</b> スケール	現象区別
92	2008年08月15日16時20分	35度30分51秒	133度59分38秒	F0 以下	竜巻
93	2008年09月14日08時33分	45度28分53秒	141度50分14秒	不明	竜巻
94	2008年09月14日08時47分	45度29分22秒	141度37分30秒	不明	竜巻
95	2008年09月21日11時07分	38度28分16秒	139度28分39秒	不明	竜巻
96	2008年10月01日11時55分	40度1分15秒	139度45分45秒	不明	竜巻
97	2008年10月01日11時55分	40度0分37秒	139度44分9秒	不明	竜巻
98	2008年10月10日09時05分	39度47分5秒	140度0分55秒	不明	竜巻
99	2008年10月10日10時20分	39度44分36秒	140度0分23秒	不明	竜巻
100	2008年10月10日12時07分	39度40分20秒	140度1分7秒	不明	竜巻
101	2008年10月11日00時45分	41度51分7秒	140度7分37秒	F0	竜巻
102	2008年10月15日13時48分	37度51分36秒	138度54分57秒	F0	竜巻
103	2008年10月15日14時47分	38度40分48秒	139度34分48秒	不明	竜巻
104	2008年10月15日16時10分	38度22分2秒	139度26分44秒	不明	竜巻
105	2008年10月26日18時30分	37度56分11秒	139度6分24秒	F0	竜巻
106	2008年10月27日14時55分	36度9分11秒	136度4分16秒	不明	竜巻
107	2008年10月30日12時33分	35度32分51秒	134度12分26秒	不明	竜巻
108	2008年10月30日12時38分	35度35分1秒	134度17分35秒	F0	竜巻
109	2008年10月30日12時50分	35度34分34秒	134度16分10秒	不明	竜巻
110	2008年10月31日07時30分	37度7分33秒	136度42分25秒	不明	竜巻
111	2008年11月02日16時20分	37度44分35秒	138度48分7秒	不明	竜巻
112	2008年11月19日08時36分	36度27分26秒	136度23分41秒	不明	竜巻または
110			100 亩 1 八 4 环		· 佩 汁 丟
113	2008年11月19日11時45分	37度55分41秒	139度1分4秒	小明	电谷
114	2008年11月20日08時30分	37度26分19秒	138度34分17秒	个明	<b>竜</b> 巻
115	2008年11月20日08時40分	36度56分37秒	136度44分33秒	个明	<b>東</b> 老
116	2008年11月20日08時42分	36度56分37秒	136度44分33秒	<u> </u>	<b>电</b> 吞
117	2008年11月20日08時42分	36 度 56 分 37 秒	136 度 44 分 33 秒	小明	<b></b> 电吞
118	2008年11月20日09時40分	37度27分8秒	138度34分43秒	个明	<b>竜</b> 巻
119	2008年11月23日10時20分	36 度 59 分 16 秒	136 度 46 分 25 秒	F0~F1	· 电参
120	2009年01月24日11時05分	42度5分27秒	139度23分57秒	不明	· 前巻
121	2009年01月24日11時15分	42 度 0 分 27 秒	139 度 27 分 46 秒	▲ 小明	电卷 
122	2009年02月07日20時15分	39 度 41 分 6 秒	140 度 5 分 11 秒	F0	电卷 
123	2009年03月14日17時26分	35度35分53秒	134度13分28秒	不明	
					1 25 P

	発生日時	発生場所緯度	発生場所経度	F スケール	現象区別
124	2009年08月23日18時37分	38度36分36秒	139度34分27秒	不明	竜巻
125	2009年08月23日18時51分	38度37分26秒	139度35分7秒	不明	竜巻
126	2009年09月10日13時30分	37度25分26秒	138度32分38秒	不明	竜巻
127	2009年09月10日13時35分	37度25分26秒	138度32分38秒	不明	竜巻
128	2009年09月13日03時40分	38度34分7秒	139度33分9秒	F0	竜巻
129	2009年10月04日12時50分	39度39分55秒	140度4分26秒	不明	竜巻
130	2009年10月27日13時10分	37度2分7秒	137度49分14秒	不明	竜巻
131	2009年10月30日07時26分	40度30分18秒	139度59分57秒	F0	竜巻
132	2009年10月30日09時20分	40度9分56秒	140度0分26秒	F1	竜巻
122	2000 年 11 日 03 日 06 時 25 分	36 亩 59 台 59 孙	137 亩 91 台 58 孙	不明	竜巻または
155		50 夜 52 万 52 49	157 夜 21 为 56 秒	1.01	漏斗雲
134	2009年11月03日06時37分	36度54分8秒	137度22分38秒	不明	竜巻
135	2009年11月03日06時38分	36度54分8秒	137度22分38秒	不明	竜巻
136	2009年11月03日06時39分	36度53分27秒	137度22分8秒	不明	竜巻
137	2009年11月03日06時43分	36度54分56秒	137度23分51秒	不明	竜巻
138	2009年12月18日02時00分	36 度 34 分 20 秒	136 度 33 分 53 秒	F0	竜巻
139	2009年12月18日11時03分	35 度 34 分 22 秒	134 度 14 分 26 秒	不明	竜巻または
100				1.61	漏斗雲
140	2010年08月25日12時30分	43度57分25秒	141度35分10秒	不明	竜巻
141	2010年08月25日13時05分	43度59分0秒	141度39分15秒	F0 未満	竜巻
142	2010年09月07日03時45分	39度46分12秒	140度3分59秒	F0	竜巻
143	2010年09月16日14時30分	35度37分0秒	134 度 24 分 5 秒	不明	竜巻
144	2010年09月17日10時45分	37度38分56秒	138度44分42秒	不明	竜巻
145	2010年09月17日10時55分	37度38分3秒	138度45分37秒	F0 以下	竜巻
146	2010年10月15日04時30分	37度10分5秒	136度40分32秒	F0	竜巻
147	2010年10月15日17時00分	38度3分23秒	139度19分23秒	F0	竜巻
148	2010年10月15日17時05分	38度4分24秒	139度21分9秒	F1	竜巻
149	2010年10月17日12時40分	40度22分52秒	139度59分42秒	F0	竜巻
150	2010年10月17日13時20分	39度51分44秒	140度1分32秒	F0	竜巻
151	2010年10月26日07時00分	43度24分30秒	141度22分0秒	不明	竜巻
152	2010年10月26日07時05分	43度8分28秒	140度23分6秒	不明	竜巻
153	2010年10月26日07時10分	43度24分0秒	141度24分40秒	不明	竜巻
154	2010年10月26日07時10分	43 度 23 分 40 秒	141度25分50秒	F0 未満	竜巻
155	2010年10月26日07時38分	43度22分30秒	141度24分15秒	不明	竜巻

	発生日時	発生場所緯度	発生場所経度	<b>F</b> スケール	現象区別
156	2010年10月26日08時10分	43度8分38秒	140度23分6秒	不明	竜巻
157	2010年10月26日15時50分	41度51分39秒	140度6分25秒	不明	竜巻
158	2010年11月12日13時15分	40度19分0秒	140度1分47秒	F0	竜巻
159	2010年11月29日09時20分	37度0分3秒	136度46分18秒	F0	竜巻
100					竜巻または
160	2010年11月29日12時18分	36 度 15 分 21 秒	136 度 6 分 51 秒	个明	漏斗雲
161	2010年11月29日12時24分	36度15分23秒	136 度 6 分 59 秒	不明	竜巻
162	2010年11月29日12時25分	36度15分17秒	136度6分37秒	不明	竜巻
163	2010年12月03日15時30分	37度50分58秒	138度55分4秒	F0	竜巻
164	2010年12月03日15時36分	37度52分15秒	138度58分57秒	F0 未満	竜巻
165	2010年12月03日15時45分	37度53分11秒	139度2分24秒	F1	竜巻
166	2010年12月09日17時10分	37度12分36秒	138度18分7秒	F0~F1	竜巻
167	2010年12月15日07時56分	36度51分20秒	137度23分5秒	不明	竜巻
168	2010年12月16日08時00分	38度2分43秒	138度37分10秒	不明	竜巻
169	2010年12月17日10時20分	42度52分12秒	140度18分46秒	不明	竜巻
170	9010 左 10 日 10 日 07 哇 10 八	35度34分17秒	134度10分6秒	不明	竜巻または
170	2010年12月18日07時18分				漏斗雲
171	2010年12月24日15時57分	35度34分17秒	134度10分4秒	不明	竜巻
172	2010年12月27日01時30分	37度1分3秒	136度44分37秒	F0	竜巻
173	2010年12月29日13時50分	35度46分56秒	135度14分0秒	不明	竜巻
174	2010年12月29日14時00分	35度46分54秒	135度12分6秒	不明	竜巻
175	2011年01月03日14時52分	38度3分48秒	139度16分7秒	不明	竜巻
176	2011 年 03 日 00 日 11 時 30 分	26 亩 12 公 1 孙	136 度 11 公 51 孙	F0 去涯	竜巻または
170	2011 平 03 万 09 口 11 时 30 万	50度15万1秒	130度11万51秒	FU>八三回	漏斗雲
177	2011年03月09日17時25分	35度34分6秒	134 度 8 分 57 秒	不明	竜巻
170	2011 年 03 日 31 日 00 時 50 公	27 亩 10 公 21 孙	138 亩 13 公 58 孙	F0 丰滞	竜巻または
170	2011 中 05 万 51 日 05 时 50 万	57度10万51秒	136 反 13 万 36 秒	1.0 万人相関	漏斗雲
179	2011年08月13日17時32分	40度29分8秒	139度53分20秒	不明	竜巻
180	2011年08月20日18時40分	43度4分56秒	140度23分57秒	不明	竜巻
181	2011年08月20日18時45分	43度4分52秒	140度24分37秒	不明	竜巻
199	2011 年 08 日 22 日 12 畦 05 厶	45 度 10 分 0 秒	140 唐 58 分 47 秒	不明	竜巻または
102	2011 平 00 万 22 日 12 时 03 万	43 皮 15 刀 0 秒	140 反 30 万 47 秒	つつ (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1) (1)	漏斗雲
183	2011年09月20日05時50分	45度25分27秒	141度41分35秒	不明	竜巻
104	2011 年 11 日 15 日 16 時 10 分	37 度 9 分 0 秒	197 亩 49 〇 0 孙	不明	本光

	発生日時	発生場所緯度	発生場所経度	<b>F</b> スケール	現象区別
185	2011年11月15日16時12分	37度2分0秒	137度42分0秒	不明	竜巻
186	2011年11月15日16時14分	37度2分0秒	137度42分0秒	不明	竜巻
187	2011年11月15日16時15分	37度2分0秒	137度42分0秒	不明	竜巻
188	2011年11月15日16時20分	37度2分0秒	137度42分0秒	不明	竜巻
189	2011年11月24日12時10分	36度56分25秒	137度23分30秒	不明	竜巻または
100				1.24	漏斗雲
100	2011 在 11 日 25 日 06 時 27 公	96 亩 59 台 45 孙	197	不明	竜巻または
190		30 反 33 万 43 19	137 1 23 1 0 19	~I~D]	漏斗雲
191	2011年12月24日12時10分	36度48分30秒	136度42分0秒	不明	竜巻
192	2012年02月01日04時15分	35度21分41秒	132 度 40 分 40 秒	F0	竜巻

気象庁 「竜巻等の突風データベースより作成」

竜巻最大風速のハザード曲線の算定の仕方について

1. 概要

竜巻最大風速のハザード曲線は、建屋等が竜巻により被害を受ける 確率と、被害を受けた時にある風速を超える確率を掛け合わせる条件付 確率(竜巻被害発生時の風速の年超過確率)として求める。

その際、竜巻により被害を受ける領域は、竜巻検討地域において建 屋等の構造物が無い箇所を襲う領域と、建屋等を襲う領域の双方に分け て考慮することとし、前者を点構造物についての竜巻被害発生時の風速 の年超過確率、後者を大きさのある構造物についての竜巻被害発生時の 風速の年超過確率として算定した上で、両者を足し合わせることにより、 竜巻最大風速のハザード曲線を求める。



### 2. 竜巻被害発生確率の評価方法

竜巻検討地域で1961年から2012年6月の間に発生した竜巻は192個と 少なく、その大きさの最大はF2である。このデータを基に大きな風速ま で与えるハザード曲線を評価するのは精度に問題があることから、竜巻 検討地域の特性は、年発生個数のみに反映することとし、被害面積や被 害長さの期待値、ある竜巻が発生した場合の風速の年超過確率などの特 性は日本全域を対象としたデータ(1961年~2010年7月)に基づいて評 価された特性を使用することとした。竜巻発生個数に係る評価において は、F0未満、不明を含めてすべてを発生個数としてカウントした。風速 を伴う評価においては、不明は含めず、F0未満、F0以下およびF0はF0、 F0~F1およびF1はF1、F1~F2およびF2はF2、F2~F3およびF3はF3として 取り扱った。

以下に、点構造物と大きさのある構造物の竜巻被害発生時の風速の年 超過確率の求め方を示す。

①点構造物の竜巻被害発生時の風速の年超過確率 P<sub>p</sub>(V≥V<sub>0</sub>)

 $P_P(V \ge V_0) = P_P \times P_P(V \ge V_0 \mid s) \cdot \cdot (1)$ 

竜巻検討地域が被害を受ける確率と、ある竜巻による被害が発生した時に、風速がある風速 V<sub>0</sub>を超える確率を掛け合わせる。

ここで、

 $P_{p} = E[n] \cdot E[A_{T}] / A_{R}$ : 竜巻検討地域(点構造物)が被害を受ける確率

*E*[*n*]: 竜巻検討地域での年発生個数の期待値

*E*[*A<sub>T</sub>*]:ある竜巻が発生した際の被害面積の期待値(日本全域対象に評価された値)

A<sub>e</sub>: 竜巻検討地域面積

- *P<sub>P</sub>(V≥V<sub>0</sub>|s)*: 竜巻発生時に風速がある風速 *V<sub>0</sub>*を超える確率(日本全域対象に評価された値)
- ②大きさのある構造物の竜巻被害発生時の風速の年超過確率 $P_L(V \ge V_0)$  $P_I(V \ge V_0) = P_I \times P_I(V \ge V_0 | s) \cdot \cdot \cdot (2)$

大きさのある構造物が被害を受ける確率と、構造物が被害を受けた時 に竜巻がある風速 V<sub>0</sub>を超える確率を掛け合わせて評価を行う。

ここで、

 $P_L = E[n] \cdot D \cdot E[L] / A_R$ 

- *E*[*n*]: 竜巻検討地域での年発生個数
- D:評価対象の建物等の代表幅
- E[L]:ある竜巻が発生した際の通過長さの期待値(日本全域対象に評価 された値)
- A<sub>p</sub>: 竜巻検討地域面積
- $P_L(V \ge V_0 | s):$ 構造物が被害を受けた時に、風速がある風速 $V_0$ を超える確率(日本全域対象に評価された値)

最後に両者を足しあわせて、ハザード曲線 P(V≥V₀)を得る。

 $P(V \ge V_0) = P_P(V \ge V_0) + P_L(V \ge V_0) \cdot \cdot \cdot (3)$ 

- 3. 評価に用いた値の説明
- (1) 竜巻検討地域面積 A<sub>R</sub>

竜巻検討地域は、北海道から本州の日本海側の海岸に沿った海側
 5kmと山側 5kmの地域で、その面積 A<sub>R</sub>は 33, 395km<sup>2</sup> である。



図1 竜巻検討地域および竜巻の発生状況

(2) 竜巻検討地域内で竜巻の年発生個数の期待値 E[n]

竜巻検討地域内で発生した竜巻の年発生個数分布を図2に示す。これ を年発生数の累積頻度分布にて示すと図3となる。竜巻検討地域におけ る竜巻の年発生数の分布は、平均値3.69 個の2倍を超える標準偏差7.55 個を持つ非常に偏った分布をしており、ポアソン分布を当てはめること は適さなかった。ガイド案の示すポアソン分布では平均値を期待値とみ なし、そのままハザード評価をすることとなるが、竜巻検討地域におけ る年発生数に非常に偏りのある傾向を考慮し、保守的な期待値を定める こととした。すなわち、平均値にデータの偏りの度合いを表す標準偏差 を加えた平均+標準偏差の値11.24 個より、保守的に竜巻の年発生数の 期待値を15 個とした。設定した期待値15 個を超えるのは、52 年中7.6% の4 年間だけである。したがって、52 年中の92.4%以上の年は、年間発 生数が設定した値を超えることがなく、設定した期待値は十分保守的な 値である。

 $E[n] = \mu + \sigma = 3.69 + 7.55 = 11.24 \rightarrow 15.0$ 



図2 竜巻検討地域での年発生個数分布



図3 竜巻検討地域の年発生数の累積頻度分布

(3) 竜巻発生時の風速の年超過確率(発生確率)

日本全域で観測された竜巻のデータをもとに、竜巻発生時の風速 の年超過確率の特性をワイブル分布に近似した曲線として評価した。 図4にその特性を示す。

その評価に当たって、日本で公表されている竜巻の大きさはFスケ ールによって表されているが、Fスケールで与えられる風速は、各F スケールで平均時間間隔が異なっている。一方、EFスケールは、3秒 平均での風速に統一されている。最大風速は平均時間に依存すること から、統計的に評価する際は、平均時間が統一された風速の尺度を用 いることが適している。従って、FスケールをEFスケールでの風速と し、最終的に得られたEFスケールでの最大風速をFスケール相当に換 算することとした。図4の竜巻風速の年超過確率はEFスケールによる 風速に基づいた特性である。

なお、F スケールと EF スケール間の換算は「A Recommendation for an ENHANCED FUJITA SCALE」(参考)に基づいて行う。



図 4 日本全域で観測されたデータを元に評価した竜巻の風速の年超過 確率の特性

(4) 1つの竜巻が発生した場合の被災面積期待値 E[*A<sub>r</sub>*]

日本全域で観測された竜巻のデータをもとに、被害幅と被害長さ が同時に記録されている観測データより、幅×長さを被災面積とし て被災面積の非超過確率分布を求め対数正規分布曲線で近似を行 い、スケール毎に期待値を求めた。

1つの竜巻は様々なスケールとなり得ることから、1つの竜巻が 発生した場合の被災面積の期待値は、スケール毎の期待値に発生確 率を乗じたものを合算することにより、日本で観測された竜巻の被 災面積期待値 E[A<sub>r</sub>]を求めた。

 $E[A_r] = 0.585 \text{ km}^2 \rightarrow 0.6 \text{ km}^2$ 

(5) 1 つの竜巻が発生した場合の通過長さの期待値 E[L]

日本全域で観測された竜巻のデータをもとに、通過長さ(被害長 さ)の観測データの非超過確率分布を求め、対数正規分布曲線で近 似を行い、スケール毎に期待値を求めた。

1つの竜巻は様々なスケールとなり得ることから、1つの竜巻が 発生した場合の通過長さは、スケール毎の期待値に発生確率を乗じ たものを合算することにより、日本で観測された竜巻の通過長さの 期待値E[L]を求めた。

 $E[L] = 3.84 \text{ km} \rightarrow 4 \text{ km}$ 

(6)評価対象の建物等の代表幅 D

評価対象の建物等の代表幅 Dは、評価対象施設の内、幅が最も大きい原子炉周辺建屋(平面=71m×98.6m、対角線長さ 121.5m)を基に、以下のとおりとした。

D=150m

- 4. ハザード曲線の評価
- (1) 点構造物の竜巻被害発生時の風速の年超過確率 P<sub>p</sub>(V≥V<sub>0</sub>)
   点構造物が竜巻により被害を受けて、そのときの風速が設定風速の V<sub>0</sub>以上になる超過確率は 3. (3)に示した P<sub>p</sub>(V≥V<sub>0</sub>|s)に

 $P_p = 15 \times 0.6 / 33395 = 2.70 \times 10^{-4}$ 

を乗じた値となる。

(2) 大きさのある構造物の竜巻被害発生時の年超過確率 $P_L(V \ge V_0)$ 大きな構造物が竜巻により被害を受けて、そのとき構造物の大き さに起因して風速が設定風速の $V_0$ 以上になる超過確率は 3. (3)に示 した $P_L(V \ge V_0 | s)$ に

 $P_L = 15 \times 0.15 \times 4.0/33395 = 2.70 \times 10^{-4}$ 

を乗じた値となる。

(3) 最大風速のハザード曲線

(1)、(2)で求めた曲線の和をFスケールに換算して算定した 竜巻最大風速のハザード曲線を図5に示す。



図5 竜巻最大風速のハザード曲線

# <参考>

## EFスケール⇔Fスケール換算資料

 $\lceil A \ Recommendation \ for \ an \ ENHANCED \ FUJITA \ SCALE \rfloor$ 



参考図1 EFスケールとFスケールでの風速関係

F	ijita Scal	e	EF Scale			
1	/4-mile 風速	<u>東</u>	3 秒 平 均			
単位	mile/h	m/s	単位	mile/h	m/s	
FO	40-72	17-32	EFO	65-85	29-38	
F1	73-112	33-49	EF1	86-110	38-49	
F2	113-157	50-69	EF2	111-135	50-60	
F3	158-207	70-92	EF3	136-165	61-74	
F4	208-260	93-114	EF4	166-200	74-89	
F 5	260-318	117-142	EF5	>200	>89	

参考表1 Fスケールと EF スケールの対比表

狭隘地形が竜巻状旋回気流に与える影響について

数値流体計算を用いて、実スケールの単純化した狭隘地形を対象に、 竜巻状気流を再現し移動させ、地形を通過する際の渦構造の変化や最 大瞬間風速分布等を確認した。

再現した竜巻状気流は、最大風速 120m/s(平均値)、同風速半径 30m の規模で、移動速度 10m/s で地形に接近させた。単純化した狭隘地形 条件のパラメータは表 1 のとおり。

大飯発電所の地形に最も近い幅 500m の谷間地形(case5)では、谷間の奥で渦構造が消滅し、強風域が奥まで到達していないことが分かった。これは、谷間地形であることから、空気の供給がなくなり竜巻の 渦構造の維持が困難となったためと考えられる。

	地形条件	高さ H(m)	幅 W(m)	奥行 D(m)
Case0	平坦地形	_	_	_
Case1	背後に	150	_	_
Case2	傾斜地	250	_	_
Case3	三方を傾斜	150	1,000	1,000
Case4	地に囲まれ	250	1,000	1,000
Case5	た谷	250	500	1,000

表1 地形条件のパラメータ





図2 解析対象地形モデル





図4 最大瞬間風速分布(m/s)

(コンターラインは、最小 10m/s から 10m/s 刻み)

- (注) 初期最大風速 120m/s は平均値であるため、計算開始時の最大瞬間風速と一致していない。
- 出典:片岡他,数値流体計算による狭隘地形が竜巻旋回気流に与える影響の評価; 2013 建築学会大会投稿中

<参考>

case0~5の最大瞬間風速分布を参考図1に示す。

発電所のサイトが位置する地形の底部では、case5以外は強風域が消滅することはないが、地形による風速の増幅はみられない。



Case 0





Case 2





Case 4

Case 5

参考図1 最大瞬間風速の分布図 (コンターラインは、最小 10m/s から 10m/s 刻み)

(注) 初期の最大風速 120m/s は平均値であるため、計算開始時の最大瞬間風速 と一致していないケースがある。 設計竜巻に対する建屋、構築物等の構造健全性の確認結果

1. 概要

大飯3,4号機において、竜巻設計荷重に対して、建屋の構造健 全性が維持されて安全機能が維持されることを確認した。

2. 設計竜巻の特性値

設計 竜巻の特性値は表1の通りとした。

最大	移動	最大接線	最大接線	気圧	最大気圧
風速	速度	風速	風速半径	低下量	低下率
$V_{D}(m/s)$	V $_{\rm T}$ (m/s	V <sub>Rm</sub> (m∕s)	$R_{m}(m)$	$\Delta$ P(hPa)	$(dp/dt)_{max}$
	)				(hPa/s)
69	10	59	30	43	15

表1 設計竜巻の特性値

3. 設計飛来物の諸元

設計飛来物の諸元は表2の通りとした。

飛来物	棒状物		板状物	塊状物	
の種類	鋼製パ	鋼製材	コンクリ	コンテナ	トラック
	イプ		ート板		
サイズ	長さ×	長さ×幅	長さ×幅	長さ×幅	長さ×幅
(m)	直径	×奥行き	×厚さ	×奥行き	×奥行き
	$2 \times 0.05$	4.2×0.3	1.5 $\times$ 1 $\times$	2.4 $\times$ 2.6	$5 \times 1.9 \times$
		$\times 0.2$	0.15	$\times 6$	1.3
質量	8.4	135	540	2300	4750
Ⅲ 税 1	354	345	389	355	430
(m)					
飛散					
高さ ※1	0.08	14	0	0	0
(m)					

表2 設計飛来物の諸元

※1 飛散距離、飛散高さは電力共通研究「平成 24 年度 原子力発電 所の竜巻に対する評価方法に関する研究」(竜巻風速 71m/s)より 引用

4. 設計竜巻荷重

設計竜巻荷重は、設計竜巻の風圧力による荷重(W<sub>W</sub>)、気圧差による荷重(W<sub>P</sub>)、および設計飛来物による衝撃荷重(W<sub>N</sub>)を組み合わせた複合荷重とした。

 $W_{T1} = W_P$ 

 $W_{T2} = W_W + 0.5 \cdot W_P + W_M$ 

*W<sub>T1</sub>、W<sub>T2</sub>*: 設計竜巻による複合荷重
 *W<sub>w</sub>*: 設計竜巻の風圧力による荷重

W<sub>p</sub>:設計竜巻の気圧差による荷重

W<sub>M</sub>:設計飛来物による衝撃荷重

- 5. 評価対象施設
- (1) 竜巻防護施設

「基準地震動及び耐震設計方針指針に係る審査ガイド(仮称)」 の重要度分類における耐震Sクラスの設計を要求される建屋であ る以下の建屋とした。断面図および平面図を図1、2に示す。

- 原子炉格納容器(PCCV)
- 原子炉周辺建屋(E/B)
- 制御建屋(C/B)
- (2) 波及的影響を及ぼし得る施設

当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的影響を 及ぼして安全機能を喪失させる可能性が否定できない施設は、竜 巻防護施設に隣接する以下の建屋とした。

タービン建屋(T/B)



図 1(1) 大飯 3,4 号機原子炉格納容器(PCCV)、原子炉周辺建屋(E/B)

概略断面図





図 2 主要建屋平面図

### 6. 評価内容

- (1) 竜巻防護施設の構造健全性の評価
  - ① 鉄筋コンクリート造部分

設計竜巻による複合荷重により生じるせん断応力を算出し、 地震応答解析モデルに適用しているせん断力の復元特性 (Q-γ 関係)よりせん断歪度を算定し、鉄筋コンクリート造耐震壁の 最大応答せん断歪度の許容限界値2000μ<sup>\*2</sup>との比較により十分 な安全余裕を有していることを確認した。

- ※2:原子力発電所耐震設計技術規程(JEAC4601-2008)に示さ れている、Sクラスの建物・構築物の鉄筋コンクリート造 耐震壁に対する基準地震動Ssによる各層の鉄筋コンクリ ート造耐震壁の最大応答せん断歪度の許容限界値。
- ② 鉄骨造部分

設計竜巻による複合荷重により生じるせん断応力を算出し、 地震応答解析モデルに適用している荷重変形関係(Q-δ関係) から得られる水平変位より層間変形角を算定し、許容限界値 120分の1<sup>\*3</sup>との比較により十分な安全余裕を有していること を確認した。

- ※3:建築基準法施行令第82条の2に示されている、当該層間変 位の当該各階の高さに対する割合の許容限界値。
- (2) 竜巻防護施設に対する波及的影響評価
  - a. 設計飛来物の評価

表2に示す設計飛来物が、竜巻防護施設に衝突した場合の貫 通および裏面剥離評価を行った。設計飛来物は、剛飛来物(鋼 製パイプ、鋼製材、コンクリート板)および柔飛来物(コンテ ナ、トラック)に分けて検討を行った。貫通または裏面剥離が 生じないための必要最小壁厚さを以下により算出した。

① 剛飛来物

以下のNEI07-13<sup>\*\*</sup>におけるミサイル評価式を用いて評価を行

った。これらの評価式は航空機エンジンに対するものであるため、各評価式に適用する低減係数を考慮しない(=1.0)とすることで保守的に評価を行った。

※4: Methodology for Performing Aircraft Impact Assessments for New Plant Designs

a. 貫通評価

(1)式に示す修正NDRC式を用いて貫入深さx<sub>c</sub>を求め、Degenに
 よる(2)式により貫通限界厚さを求める。

$$x_c = \alpha_c \sqrt{4KWND} \left(\frac{V}{1000D}\right)^{1.8} \quad , \quad \text{for} \quad \frac{x_c}{\alpha_c D} < 2.0 \quad \cdot \quad \cdot \quad (1)$$

$$t_p = \alpha_p D \left\{ 2.2 \left( \frac{x_c}{a_c D} \right) - 0.3 \left( \frac{x_c}{a_c D} \right)^2 \right\} \quad , \text{ for } \frac{x_c}{\alpha_c D} \le 1.52 \cdot \cdot \cdot (2)$$

 $a_{p}$ : 飛来物低減係数 (=1)

b. 裏面剥離評価

(3)式に示すChangによる評価式を用いて、裏面剥離限界厚さを求める。

$$t_{s} = \alpha_{s} 1.84 \left(\frac{200}{V}\right)^{0.13} \frac{\left(MV^{2}\right)^{0.4}}{\left(D/12\right)^{0.2} \left(144Fc\right)^{0.4}} \cdot \cdot \cdot (3)$$
  
$$\alpha_{s} : \mathcal{R} \neq \mathfrak{W} \times \mathfrak{M} \times \mathfrak{M} \times (=1)$$

② 柔飛来物

建屋の壁および屋根を有限要素でモデル化し、衝撃荷重時刻歴 を入力する時刻歴解析を行う。

貫通および裏面剥離が起こりうると評価された場合は、内包 している竜巻防護施設の安全機能維持に影響を与えないことを 確認した。

#### 7. 評価結果

- (1) 竜巻防護施設の構造健全性の確認結果
  - ①鉄筋コンクリート造部分

建屋の形状や特徴を反映して設定した複合荷重によるせん断応力を地震応答解析モデルにおける部材毎に算出し、せん断力の復元特性(Q-γ関係)よりせん断歪度を算定し、鉄筋コンクリート造耐震壁の最大応答せん断歪度の許容限界値2000μとの比較により安全余裕を確認した。複合荷重W<sub>T1</sub>、W<sub>T2</sub>をそれぞれ加えた場合の評価結果を表3に示す。なお、評価結果はPCCV、E/B、C/B毎に裕度が一番低く評価されたケースを示している。

$\frac{1}{2}$	荷重	竜巻荷重	せん断	裕度
司 প 名	ケース	(MN)	歪度	(対 2000µ)
PCCV				
C V O 1				
C V 0 2	W	<u>о с</u>	7.94 $ imes$ 10 $^{-6}$	250
C V O 3	W <sub>T1</sub>	0.0		230
C V 0 4				
C V O 7	W <sub>T2</sub>	5.3	9.84 × 10 <sup>-6</sup>	200
E/B				
E B 3 3	W <sub>T1</sub>	0.8	2.67 × 10 <sup>-6</sup>	740
E B 3 3	W <sub>T2</sub>	2.9	9.47 × 10 <sup>-6</sup>	210
C/B				
CB01	W <sub>T1</sub>	1.6	6.61 × 10 <sup>-7</sup>	3000
CB05	W <sub>T2</sub>	2.6	1. $65 \times 10^{-6}$	1200

表3 鉄筋コンクリート造部分の裕度評価結果

表3より、設計竜巻の複合荷重によるせん断歪度の許容限界値 に対する安全余裕は十分あることから、構造健全性が維持され 安全機能が維持できることが確認できた。

②鉄骨造部分

建屋の形状や特徴を反映して設定した複合荷重による応力を 地震応答解析モデルにおける部材毎に算出し、地震応答解析モ デルに適用している荷重変形関係(Q-δ関係)からえら得る水平 変位より層間変形角を算定し、許容限界値120分の1との比較に より安全余裕を確認した。複合荷重W<sub>T1</sub>、W<sub>T2</sub>をそれぞれ加えた 場合の評価結果を表4に示す。なお、評価結果は裕度が一番低く 評価されたケースを示している。

部材名	荷重ケ ース	竜巻荷重 (MN)	層間変位角	裕度 (対 1/120)
E/B				
EB29	W <sub>T 1</sub>	4.2	1.29×10 <sup>-3</sup>	6.4
EB31	W <sub>T 2</sub>	3.3	2.54 × 10 <sup>-3</sup>	3.2

表4 鋼構造部分の裕度評価結果

建屋の主要な部材である外壁、屋根(使用済燃料ピットエリア)に対する気圧差の影響評価を実施し、各部材の許容荷重と 設計竜巻による気圧差荷重を比較した結果を表5に示す。

式0 / 主40 & 0 座	
部材名	裕度
屋根スラブ	8.3
外壁(折板)	2.4

表5 外壁および屋根に対する気圧差影響評価

表4および表5より、設計竜巻の複合荷重による層間変形角の 許容限界値に対する安全余裕は十分ありまた、主要部材に対し ても安全余裕が十分あることから、構造健全性が維持され安全 機能が維持できることが確認できた。

- (2) 竜巻防護施設に波及的影響を及ぼし得る施設の確認結果
  - a. 波及的影響を及ぼし得る施設の評価

竜巻防護施設に隣接してタービン建屋があるが、当該建屋は建築基準法による速度圧設計(300kg/m<sup>2</sup>)で設計しており、これは 設計風速で69.3m/s相当であることから、設計竜巻により損壊す ることはないことから、竜巻防護施設の安全機能に影響を与えない。 b. 設計飛来物の評価

① 鉄筋コンクリート造部分

設計飛来物の衝突に対する裏面剥離または貫通を生じないた めの必要最小壁厚さを算出し、建屋の壁厚さや屋根スラブ厚さと 比較し評価を行った。設計飛来物の衝突に対する裏面剥離または 貫通を生じないための必要最小壁厚さの結果を表6(1)~表6(8)、 各建屋の外壁および屋根スラブの最も壁厚が薄い箇所の評価結 果を表7に示す。

なお、鉄パイプは質量と速度が共に鋼製材より十分小さいこと から、鋼製材に対する健全性検討で包含させる。

	鋼製材	コンクリート板
飛来物速度(水平)	$57\mathrm{m/s}$	$30\mathrm{m/s}$
裏面剥離	$40\mathrm{cm}$	$40\mathrm{cm}$
貫通	$25\mathrm{cm}$	23cm

表6(1)PCCV必要最小壁厚さ(水平)

表6(2)PCCV必要最小壁厚さ(鉛直)

	鋼製材	コンクリート板
飛来物速度(鉛直)	$38\mathrm{m}/\mathrm{s}$	$20\mathrm{m}\mathrm{/s}$
裏面剥離	$30\mathrm{cm}$	30cm
貫通	18cm	16cm

表6(3) PCCV必要最小壁厚さ(水平)

	コンテナ	トラック
飛 来 物 速 度 (水 平)	$60 \mathrm{m/s}$	$34\mathrm{m}/\mathrm{s}$
貫通	$30\mathrm{cm}$	$30\mathrm{cm}$

表6(4)PCCV必要最小壁厚さ(鉛直)

	コンテナ	トラック
飛 来 物 速 度 ( 鉛 直 )	$40 \mathrm{m/s}$	$23\mathrm{m/s}$
貫通	$20\mathrm{cm}$	$20\mathrm{cm}$

	鋼製材	コンクリート板
飛来物速度(水平)	$57\mathrm{m/s}$	$30 \mathrm{m/s}$
裏面剥離	$45\mathrm{cm}$	$45\mathrm{cm}$
貫通	$27\mathrm{cm}$	$25\mathrm{cm}$

表6(5)E/B、C/B必要最小壁厚さ(水平)

表6(6)E/B、C/B必要最小壁厚さ(鉛直)

	鋼製材	コンクリート板
飛来物速度(鉛直)	$38\mathrm{m}/\mathrm{s}$	$20\mathrm{m/s}$
裏面剥離	$35\mathrm{cm}$	35cm
貫通	20cm	18cm

表6(7)E/B、C/B必要最小壁厚さ(水平)

	コンテナ	トラック
飛 来 物 速 度 (水 平)	$60 \mathrm{m/s}$	$34\mathrm{m}/\mathrm{s}$
貫通	30cm	30cm

表6(8)E/B、C/B必要最小壁厚さ(鉛直)

	コンテナ	トラック			
飛来物速度(鉛直)	$40\mathrm{m}/\mathrm{s}$	$23\mathrm{m/s}$			
貫通	20cm	$20\mathrm{cm}$			
建屋	外壁/屋根ス	外壁/屋根スラブ		検討結	果
------	------------------	----------	---------	----------	------
	位置 EL.(m)	厚さ		裏面剥離	貫通
		(cm)			
PCCV	17.1 $\sim$ 60.1	130	鋼製材	0	0
	(外壁)		コンクリート板	浮き上がら	ないため
			コンテナ	評価不要	
			トラック		
	60.1 $\sim$ 82.7	110	飛来物がド-	- ム部まで浮き	き上がら
	(ドーム部)		ないため評価	町不要	
E/B	17.1 $\sim$ 33.6	90	鋼製材	0	0
	(外壁)		コンクリート板	浮き上がら	ないため
			コンテナ	評価不要	
			トラック		
C/B	26.1 $\sim$ 33.6	60	鋼製材	0	0
	(外壁)		コンクリート板	浮き上がら	よいため
			コンテナ	評価不要	
			トラック		
	33.6	20	鋼製材	○ * 5	0
	(屋根)		コンクリート板	浮き上がらフ	ないため
			コンテナ	評価不要	
			トラック		

表7 設計飛来物による裏面剥離、貫通評価結果

○:貫通または裏面剥離無し

※5:当該箇所は屋内側にデッキプレート(2.3mm厚の凹凸鉄板 で最大深さ75mm)を施工しており、裏面剥離によるコンク リート片の飛散は起こらない。

表 7 より、設計飛来物による裏面剥離および貫通を防止する ための壁厚さがあることから、竜巻防護施設に対し、安全機能 維持に影響を与えないことを確認した。

②鉄骨造部分

設計飛来物が鉄骨造部分(燃料取扱建屋)に衝突した場合、鉄骨造部分は貫通することから、竜巻防護施設である使用済燃料ピット中に、設計飛来物が進入した場合の影響評価を行った。

評価においては、保守的に原子炉周辺建屋の屋根・壁を考慮せ ずに、飛来物が直接使用済み燃料ピット内へ鉛直で進入し、燃料 及び燃料ラックへ衝突するとし、浮き上がる設計飛来物(鋼製パ イプ、鋼製材)について影響確認を行った。

(a) 鋼製パイプ

飛来高さは8cmであり、使用済み燃料ピットへの進入は考えがたい。

(b) 鋼製材

燃料集合体に衝突する場合は、燃料被覆管の許容引張強さ 680MPaに対し、発生応力は670MPaであり、燃料被覆管は破損し ない。

(3) 気圧差による圧力影響を受ける開口部の評価

竜巻防護施設について、気圧差による圧力影響を受ける開口 部(窓、扉、シャッター)を抽出し、開口部の許容限界と比較し、 安全余裕の確認を行った結果を表8に示す。表8より許容限界値に 対する安全余裕は十分あることから、竜巻防護施設の安全機能維 持に影響を与えないことを確認した。

また、主蒸気管室の3壁面に配置されたブローアウトパネルが 気圧差により開放された場合、建屋内外の気圧は均圧となること から竜巻防護施設の安全機能維持に影響を与えない。

建屋	対象開口部	許容限界值	裕度
		(hPa)	
E/B	使用済燃料ピットス	142	3.3
	ライディングドア		
E/B	機器搬入口スライデ	137	3.1
	ィングドア		
E/B,C/B	水密扉	400	9.3

表8 気圧差による圧力影響評価結果

知見拡充で使用する設計 竜巻に対する建屋、構築物等の 構造健全性の確認結果

1. 概要

大飯3,4号機において、知見拡充で使用する設計竜巻荷重に対して、建屋の構造健全性が維持されて安全機能が維持されることを 確認した。

2. 設計竜巻の特性値

設計竜巻の特性値は表1の通りとした。

最大	移動	最大接線	最大接線	気圧	最大気圧
風速	速度	風速	風速半径	低下量	低下率
$V_{D}(m/s)$	V $_{\rm T}$ (m/s	$V_{Rm} (m/s)$	R <sub>m</sub> (m)	$\Delta$ P(hPa)	(dp/dt) max
	)				(hPa/s)
100	16	84	30	85	45

表1 設計竜巻の特性値

3. 設計飛来物の諸元

設計飛来物の諸元は表2の通りとした。

飛来物	棒状物		板状物	塊状物	
の種類	鋼製パ	鋼製材	コンクリ	コンテナ	トラック
	イプ		ート板		
サイズ	長さ×直	長さ×幅	長 さ × 幅 ×	長さ×幅	長さ×幅
(m)	径	×奥行き	厚さ	×奥行き	×奥行き
	$2 \times 0.05$	4.2 $\times$ 0.3	1. $5 \times 1 \times$	2.4 $\times$ 2.6	$5 \times 1.9 \times$
		$\times$ 0.2	0.15	$\times 6$	1.3
質量	8.4	135	540	2300	4750
(kg)					
飛散					
距離 * 1	741	741	818	743	934
(m)					
飛散					
高さ **1	33	56	0	30	0
(m)					

表2 設計飛来物の諸元

※1:飛散距離、飛散高さは電力共通研究「平成 24 年度 原子力発電 所の竜巻に対する評価方法に関する研究」(竜巻風速 100m/s)よ り引用

4. 設計竜巻荷重

設計竜巻荷重は、設計竜巻の風圧力による荷重(W<sub>W</sub>)、気圧差による荷重(W<sub>P</sub>)、および設計飛来物による衝撃荷重(W<sub>M</sub>)を組み合わせた 複合荷重とした。

 $W_{T1} = W_P$  $W_{T2} = W_W + 0.5 \cdot W_P + W_M$ 

*W<sub>T1</sub>、W<sub>T2</sub>*: 設計竜巻による複合荷重
 *W<sub>w</sub>*: 設計竜巻の風圧力による荷重

W<sub>p</sub>:設計竜巻の気圧差による荷重

W<sub>M</sub>:設計飛来物による衝撃荷重

- 5. 評価対象施設
- (1) 竜巻防護施設

「基準地震動及び耐震設計方針指針に係る審査ガイド(仮称)」 の重要度分類における耐震Sクラスの設計を要求される建屋であ る、以下の建屋とした。断面図および平面図を図1、2に示す。

- 原子炉格納容器(PCCV)
- 原子炉周辺建屋(E/B)
- 制御建屋(C/B)
- (2) 波及的影響を及ぼし得る施設

当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的影響を 及ぼして安全機能を喪失させる可能性が否定できない施設は、竜 巻防護施設に隣接する以下の建屋とした。

タービン建屋(T/B)



図 1(1) 大飯 3,4 号機原子炉格納容器(PCCV)、原子炉周辺建屋(E/B)

概略断面図



図 1(2) 大飯 3,4 号機 制御建屋 (C/B)概略断面図



図 2 主要建屋平面図

## 6. 評価内容

- (1) 竜巻防護施設の構造健全性の評価
  - ① 鉄筋コンクリート造部分

設計竜巻による複合荷重により生じるせん断応力を算出し、 地震応答解析モデルに適用しているせん断力の復元特性 (Q-γ 関係)よりせん断歪度を算定し、鉄筋コンクリート造耐震壁の 最大応答せん断歪度の許容限界値2000μ<sup>\*2</sup>との比較により十分 な安全余裕有していることを確認した。

- ※2:原子力発電所耐震設計技術規程(JEAC4601-2008)に示さ れている、Sクラスの建物・構築物の鉄筋コンクリート造 耐震壁に対する基準地震動Ssによる各層の鉄筋コンクリ ート造耐震壁の最大応答せん断歪度の許容限界値。
- ② 鉄骨造部分

設計竜巻による複合荷重により生じるせん断応力を算出し、 地震応答解析モデルに適用している荷重変形関係(Q-δ関係) から得られる水平変位より層間変形角を算定し、許容限界値 120分の1<sup>\*3</sup>との比較により十分な安全余裕を有している ことを確認した。

- ※3:建築基準法施行令第82条の2に示されている、当該層間変 位の当該各階の高さに対する割合の許容限界値。
- (2) 竜巻防護施設に対する波及的影響評価
  - a. 設計飛来物の評価

表2に示す設計飛来物が、竜巻防護施設に衝突した場合の貫 通および裏面剥離評価を行った。設計飛来物は、剛飛来物(鋼 製パイプ、鋼製材、コンクリート板)および柔飛来物(コンテ ナ、トラック)に分けて検討を行った。貫通または裏面剥離が 生じないための必要最小壁厚さを以下により算出した。

③ 剛飛来物

以下のNEI07-13<sup>\*\*</sup>におけるミサイル評価式を用いて評価を行

った。これらの評価式は航空機エンジンに対するものであるため、各評価式に適用する低減係数を考慮しない(=1.0)とすることで保守的に評価を行った。

※4: Methodology for Performing Aircraft Impact Assessments for New Plant Designs

a. 貫通評価

(1)式に示す修正NDRC式を用いて、貫入深さx<sub>c</sub>を求め、Degen
 による(2)式により貫通限界厚さを求める。

$$x_c = \alpha_c \sqrt{4KWND} \left(\frac{V}{1000D}\right)^{1.8} \quad \text{for} \quad \frac{x_c}{\alpha_c D} < 2.0 \quad \cdot \quad \cdot \quad (1)$$

$$t_p = \alpha_p D \left\{ 2.2 \left( \frac{x_c}{a_c D} \right) - 0.3 \left( \frac{x_c}{a_c D} \right)^2 \right\} \quad \text{for} \quad \frac{x_c}{\alpha_c D} < 1.52 \quad \cdot \quad \cdot \quad (2)$$

*a* ": 飛来物低減係数 (=1)

b. 裏面剥離評価

(3)式に示すChangによる評価式を用いて、裏面剥離限界厚さを求める。

$$t_{s} = \alpha_{s} 1.84 \left(\frac{200}{V}\right)^{0.13} \frac{\left(MV^{2}\right)^{0.4}}{\left(D/12\right)^{0.2} \left(144Fc\right)^{0.4}} \cdot \cdot (3)$$
  
$$\alpha_{s} : \mathcal{R} \times \mathcal{H} \times \mathcal{H} \times \mathcal{H} \times (=1)$$

④ 柔飛来物

建屋の壁および屋根を有限要素でモデル化し、衝撃荷重時刻 歴を入力する時刻歴解析を行う。

貫通および裏面剥離が起こりうると評価された場合は、内包 している竜巻防護施設の安全機能維持に影響を与えないこと を確認した。

- 7. 評価結果
- (1) 竜巻防護施設の構造健全性の確認結果
  - ① 鉄 筋 コンク リート 造 部 分

建屋の形状や特徴を反映して設定した複合荷重によるせん断応力を地震応答解析モデルにおける部材毎に算出し、せん断力の復元特性(Q-γ関係)よりせん断歪度を算定し、鉄筋コンクリート造耐震壁の最大応答せん断歪度の許容限界値2000μとの比較により安全余裕を確認した。複合荷重W<sub>T1</sub>、W<sub>T2</sub>をそれぞれ加えた場合の評価結果を表3に示す。なお、評価結果はPCCV、E/B、C/B毎に裕度が一番低く評価されたケースを示している。

立7 ++ 夕	荷重	竜巻荷重	せん断歪	裕度
司	ケース	(MN)	度	(対 2000μ)
PCCV				
C V O 1				
C V 0 2	W	17 1	1.57 $\times$ 10 <sup>-5</sup>	190
C V O 3	W <sub>T1</sub>	17.1		120
C V 0 4				
C V 0 7	W <sub>T2</sub>	8.8	1.64 × 10 <sup>-5</sup>	120
E/B				
E B 3 3	W <sub>T1</sub>	1.6	5.27 $\times$ 10 <sup>-6</sup>	370
E B 3 3	W <sub>T2</sub>	3.9	$1.29 \times 10^{-5}$	150
C / B				
CB01	W <sub>T1</sub>	3.2	1. $31 \times 10^{-6}$	1500
CB01	W <sub>T2</sub>	6.3	2. $54 \times 10^{-6}$	780

表3 鉄筋コンクリート造部分の裕度評価結果

表3より、設計竜巻の複合荷重によるせん断歪度の許容限界値 に対する安全余裕は十分あることから、構造健全性が維持され 安全機能が維持できることが確認できた。

②鉄骨造部分

建屋の形状や特徴を反映して設定した複合荷重による応力を 地震応答解析モデルにおける部材毎に算出し、地震応答解析モ デルに適用している荷重変形関係(Q-δ関係)からえら得る水平 変位より層間変形角を算定し、許容限界値120分の1との比 較により安全余裕を確認した。複合荷重W<sub>T1</sub>、W<sub>T2</sub>をそれぞれ加 えた場合の評価結果を表4に示す。なお、評価結果は裕度が一番 低く評価されたケースを示している。

部材名	荷重ケース	竜巻荷重	層間変位角	裕度
		(MN)		(対 1/120)
E/B				
EB29	W <sub>T 1</sub>	8.3	2.56×10 <sup>-3</sup>	3.2
EB31	W <sub>T 2</sub>	4.8	3.68 × 10 <sup>-3</sup>	2.2

表4 鋼構造部分の裕度評価結果

建屋の主要な部材である外壁、屋根(使用済燃料ピットエリア)に対する気圧差の影響評価を実施し、各部材の許容荷重と 設計竜巻による気圧差荷重を比較した結果を表5に示す。

式で /1 主義のよ	
部材名	裕度
屋根スラブ	4.2
外壁 (折板)	1.2

表5 外壁および屋根に対する気圧差影響評価

表4および表5より、設計竜巻の複合荷重による層間変形角の 許容限界値に対する安全余裕は十分ありまた、主要部材に対し ても安全余裕が十分あることから、構造健全性が維持され安全 機能が維持できることが確認できた。

(2) 竜巻防護施設に波及的影響を及ぼし得る施設の確認結果
 a. 波及的影響を及ぼし得る施設の評価

竜巻防護施設に隣接してタービン建屋があるが、当該建屋は建築基準法による速度圧設計(300kg/m<sup>2</sup>)で設計しており、これは 設計風速で69.3m/sに相当する。知見知充で使用する設計竜巻

(100m/s) でも大きな損壊は受けないと考えられる。鉄骨造のタ ービン建屋は、壁や窓等は損傷すると思われるが、主梁・柱は機 能を保ち、タービン等の重量機器・主配管は溶接され、支持構造 物で固定されており飛散することは考えがたい。タービン建屋か ら飛来する飛来物による原子炉格納容器(PCCV)、原子炉周辺建屋 (E/B)、制御建屋(C/B)への飛来物影響としては、剛体で投影断面 積が小さく重量もある鋼製材による影響評価で包絡されると考 えられる。

b. 設計飛来物の評価

①鉄筋コンクリート造部分

設計飛来物の衝突に対する裏面剥離または貫通を生じないた めの必要最小壁厚さを算出し、建屋の壁厚さや屋根スラブ厚さと 比較し評価を行った。設計飛来物の衝突に対する裏面剥離または 貫通を生じないための必要最小壁厚さの結果を表6、各建屋の外 壁および屋根スラブの最も壁厚が薄い箇所の評価結果を表7に示 す。

なお、鉄パイプは質量と速度が共に鋼製材より十分小さいこと から、鋼製材に対する健全性検討で包含させる。

表6(1)PCCV必要最小壁厚さ(水平)

	鋼製材	コンクリート板
飛 来 物 速 度 (水 平)	$57\mathrm{m/s}$	$30 \mathrm{m/s}$
裏面剥離	$40\mathrm{cm}$	$40\mathrm{cm}$
貫通	25cm	23cm

表6(2)PCCV必要最小壁厚さ(鉛直)

	鋼製材	コンクリート板
飛来物速度(鉛直)	$38 \mathrm{m/s}$	$20\mathrm{m/s}$
裏面剥離	30cm	30cm
貫通	18cm	16cm

表6(3)PCCV必要最小壁厚さ(水平)

	コンテナ	トラック
飛来物速度(水平)	$60 \mathrm{m/s}$	$34\mathrm{m}/\mathrm{s}$
貫通	30cm	30cm

表6(4)PCCV必要最小壁厚さ(鉛直)

	コンテナ	トラック
飛来物速度(鉛直)	$40 \mathrm{m/s}$	$23\mathrm{m/s}$
貫通	$20\mathrm{cm}$	20cm

	鋼製材	コンクリート板
飛 来 物 速 度 (水 平)	$57\mathrm{m/s}$	$30\mathrm{m/s}$
裏面剥離	$45\mathrm{cm}$	$45\mathrm{cm}$
貫通	$27\mathrm{cm}$	$25\mathrm{cm}$

表6(5)E/B、C/B必要最小壁厚さ(水平)

表6(6)E/B、C/B必要最小壁厚さ(鉛直)

	鋼製材	コンクリート板
飛来物速度(鉛直)	$38\mathrm{m}/\mathrm{s}$	$20\mathrm{m}/\mathrm{s}$
裏面剥離	$35\mathrm{cm}$	35cm
貫通	$20\mathrm{cm}$	$18\mathrm{cm}$

表6(7)E/B、C/B必要最小壁厚さ(水平)

	コンテナ	トラック
飛来物速度(水平)	$60 \mathrm{m/s}$	$34\mathrm{m}/\mathrm{s}$
貫通	30cm	30cm

表6(8)E/B、C/B必要最小壁厚さ(鉛直)

	コンテナ	トラック
飛来物速度(鉛直)	$40\mathrm{m}/\mathrm{s}$	$23\mathrm{m/s}$
貫通	20cm	20cm

建屋	外壁/屋根ス	ラブ	飛来物	検討約	吉果
	位置 EL.(m)	厚さ		裏面剥離	貫通
		(cm)			
PCCV	$17.1 \sim 60.1$	130	鋼製材	0	0
	(外壁)		コンクリート板	浮き上がら	らないた
				め評価不要	
			コンテナ	_	0
			トラック	浮き上がら	らないた
				め評価不要	
	60.1 $\sim$ 82.7	110	鋼製材	$\bigcirc$	0
	(ドーム部)		コンクリート板	浮き上がら	っないた
				め評価不要	
			コンテナ	—	$\bigcirc$
			トラック	浮き上がら	らないた
				め評価不要	
E/B	$17.1 \sim 33.6$	90	鋼製材	$\bigcirc$	0
	(外壁)		コンクリート板	浮き上がら	っないた
				め評価不要	
			コンテナ	_	$\bigcirc$
			トラック	浮き上がら	っないた
				め評価不要	
C/B	26.1 $\sim$ 33.6	60	鋼製材	0	0
	(外壁)		コンクリート板	浮き上がら	らないた
				め評価不要	
			コンテナ	_	0
			トラック	浮き上がら	っないた
				め評価不要	

表7 設計飛来物による裏面剥離、貫通評価結果

33.6	20	鋼製材	○ * 4	0
(屋根)		コンクリート板	浮き上がら	らないた
			め評価不要	
		コンテナ	○ ** 4	0
		トラック	浮き上がら	らないた
			め評価不要	

○:貫通または裏面剥離無し

※4:当該箇所は屋内側にデッキプレート(2.3mm厚の凹凸鉄板 で最大深さ75mm)を施工しており、裏面剥離によるコンク リート片の飛散は起こらない。

表7より、設計飛来物による裏面剥離および貫通を防止する ための壁厚さがあることから、竜巻防護施設に対し、安全機能 維持に影響を与えないことを確認した。

②鋼構造部分

設計飛来物が鉄骨造部分(燃料取扱建屋)の区画壁に衝突した場合、貫通することから、竜巻防護施設である使用済燃料ピット中に、設計飛来物が進入した場合の影響評価を行った。

評価においては、保守的に原子炉周辺建屋の屋根・壁を考慮 せずに、飛来物が直接使用済み燃料ピット内へ鉛直で進入し、 燃料及び燃料ラックへ衝突するとし、浮き上がる設計飛来物(鋼 製パイプ、鋼製材、コンテナ)について影響確認を行った。 (a)鋼製パイプ

鋼製パイプが燃料ラックに衝突する場合は、ラックセル許容 貫入量の最小値252mmに対し、27mmの貫入となり、燃料ラックの 損傷範囲が燃料有効部に達することはなく、未臨界性に影響は ない。また燃料集合体に衝突する場合は、燃料被覆管の許容引 張強さ680MPaに対し、発生応力は130MPaであり燃料被覆管は破 損しない。

(b) 鋼製材

燃料集合体に衝突する場合は、燃料被覆管の許容引張強さ 680MPaに対し、発生応力は670MPaであり、燃料被覆管は破損し ない。

(c) コンテナ

コンテナは着水により浮力が作用することで、いったん浮き 上がり、その後の自由落下により、燃料集合体に衝突する。そ の場合の燃料被覆管に発生する応力は許容引張強さ680MPaに対 し、270MPaであり燃料被覆管は破損しない。

(3) 気圧差による圧力影響を受ける開口部の評価

竜巻防護施設について、気圧差による圧力影響を受ける開口 部(窓、扉、シャッター)を抽出し、開口部の許容限界と比較し、 安全余裕の確認を行った結果を表8に示す。表8より許容限界値に 対する安全余裕は十分あることから、竜巻防護施設の安全機能維 持に影響を与えないことを確認した。

また、主蒸気管室の3壁面に配置されたブローアウトパネル が気圧差により開放された場合、建屋内外の気圧は均圧となるこ とから竜巻防護施設の安全機能維持に影響を与えない。

建屋	対象開口部	許容限界值	裕度
		(hPa)	
E / B	使用済燃料ピットスラ	142	1.6
	イディングドア		
E / B	機器搬入口スライディ	137	1.6
	ングドア		
E/B,C/B	水密扉	400	4.7

表8 気圧差による圧力影響評価結果

設計竜巻に対する設備の構造健全性の確認結果

1. 概要

大飯3,4号機において、竜巻設計荷重に対して、設備の構造 健全性が維持されて安全機能が維持されることを確認した。

2. 設計竜巻の特性値

設計 竜巻の特性値は表1の通りとした。

最大	移動	最大	最大	気圧	最大気圧
風速	速度	接線	接線	低下量	低下率
V <sub>D</sub>	V <sub>T</sub>	風速	風速	$\Delta$ P	$(dp/dt)_{max}$
(m/s)	(m/s)	V <sub>Rm</sub>	半径	(hPa)	(hPa/s)
		(m/s)	$R_{m}(m)$		
69	10	59	30	43	15

表1 設計竜巻の特性値

3. 設計飛来物の諸元

設計飛来物の諸元は表2の通りとした。

武士物	棒状	物	板状物	塊 状	;物
<b>ポ 米 初</b> の 種 類	鋼製	鋼製材	コンクリ	コンテナ	トラック
の推知	パイプ		ート板		
	長さ×直	長さ×幅	長さ×幅	長さ×幅	長さ×幅
サイズ	径	×奥行き	×厚さ	×奥行き	×奥行き
(m)		4.2×0.3	1.5×1×	2.4×2.6	$5 \times 1.9 \times$
	$2 \times 0.05$	$\times 0.2$	0.15	$\times 6$	1.3
質 量	8 /	125	540	2200	4750
(kg)	0,4	155	540	2300	4750
飛散					
距離	354	345	389	355	430
(m) * 1					
飛散					
高さ	0.08	14	0	0	0
(m) <sup>* 1</sup>					

表2 設計飛来物の諸元

※1 飛散距離、飛散高さは電力共通研究「平成 24 年度 原子力発電 所の竜巻に対する評価方法に関する研究」(竜巻風速 71m/s)よ り引用

## 4. 評価対象施設

(1) 竜卷防護施設

「基準地震動及び耐震設計方針に係る審査ガイド(仮称)」の 重要度分類における耐震 S クラスの設計を要求される設備であ り、外殻となる施設により防護が期待できない設備として、以下 を抽出した。

① 海水ポンプ

② 排気筒(建屋外)

ただし、「3.設計飛来物の諸元」における設計飛来物は、設

計竜巻による飛散高さが最大で 14m (鋼製材) であり、排気筒の 高さ(EL.49.95m~EL.82.7m) まで浮き上がらず、排気筒に衝突 し得ないことから、設計飛来物の評価対象は海水ポンプのみとす る。

- (2) 波及的影響を及ぼし得る施設
  - a. 当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的影響 を及ぼし得る施設

当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的影響 を及ぼして安全機能を喪失させる可能性が否定できない施設と して、以下を抽出した。

- タービン建屋(T/B)
- ・海水ポンプ室クレーン
- b. 当該施設の破損により、耐震 S クラス設備に機能的な波及的 影響を及ぼし得る施設

換気・冷却等が必要な耐震 S クラス設備を内包する区画の換気 空調設備の内、排気筒(建屋内)、外気と繋がるダクト、外気と の隔離箇所(ダンパ、バタフライ弁)、外気との隔離箇所までに 設置されているファンとした。

なお、ディーゼル発電機室給気ファンについては、ガラリ内に 設置されており、またファンの入口側にダクトが接続されていな いことから、ファンの内外において気圧差の影響を受け得ないこ とから、評価対象外とした。

評価対象の換気空調設備は表3のとおり。

耐震Sクラス設備に波及的影響を及ぼし得る換気空調系統	評価対象設備
・排気筒	<ul> <li>         ・ 排気筒         </li> </ul>
・アニュラス空気浄化系	
(以下の系統のアニュラス空気	・ダクト
浄化系排気ラインのバウンダ	・ダンパ
リ部を含む	・バタフライ弁(アニュラス全
・格納容器排気系	量排気弁およびアニュラス少
・補助建屋排気系	量排気弁)
<ul> <li>         ・放射線管理室排気系         )     </li> </ul>	
  ・ 安 全 補 機 室 冶 却 系	・ダクト
	・ダンパ
<ul> <li>・ディーゼル発電機室 換気系</li> </ul>	・ダクト
	・ダンパ
  ・電動補助給水ポンプ室換気系	・ダクト
	・ダンパ
<ul> <li>・制御用空気圧縮器室換気系</li> </ul>	・ダクト
	・ダンパ
・ 安全補機開閉器室空調系	・ダクト
	・ダンパ
	・ダクト
・蓄電池室排気系	・ダンパ
	・ファン(蓄電池室排気ファン)
   ・ 中 央 制 御 室 空 調 系	・ダクト
	・ダンパ

表 3 評価対象設備

5. 評価内容

- (1) 竜巻防護施設の構造健全性の評価
  - 海水ポンプ

海水ポンプ及びモータについて、設計竜巻による気圧差荷重 (W<sub>p</sub>)ならびに風圧力による荷重(W<sub>w</sub>)、気圧差荷重(W<sub>p</sub>)及び 設計飛来物の衝撃荷重(W<sub>N</sub>)による複合荷重(W<sub>w</sub>+0.5W<sub>p</sub>+W<sub>N</sub>)に より海水ポンプが転倒する可能性が考えられるため、据付面基 礎ボルト、電動機取合ボルト等に発生する応力を算定し、支持 構造物の許容応力\*<sup>2</sup>との比較により安全余裕を確認する。

なお、設計飛来物による衝撃荷重(W<sub>M</sub>)については、設計飛 来物の影響評価結果を踏まえて、飛来物による衝撃荷重を考慮 するかを検討する。

- ※2 原子力発電所耐震設計技術規程(JEAC4601-2008)の支持 構造物に対する、供用状態Csの許容応力。
- ②排気筒

排気筒について、設計竜巻による気圧差荷重(W<sub>p</sub>)ならびに 風圧力による荷重(W<sub>w</sub>)及び気圧差荷重(W<sub>p</sub>)による複合荷重 (W<sub>w</sub>+0.5W<sub>p</sub>)を評価する。

なお、設計竜巻による設計飛来物の飛散高さは最大で14m(鋼製材)であり、排気筒の高さ(EL.49.95m~EL.82.7m)まで浮き上がらず、排気筒に衝突し得ないことから、設計飛来物による衝撃荷重(W<sub>M</sub>)は評価しない。

評価の方法は、竜巻による複合荷重を短期荷重とみなし、自 重との重ね合わせを考慮して、長期荷重(自重)+短期荷重(竜 巻)による応力が許容値を超えない事を確認する。

また応力が許容値を超えた場合には、安全機能が維持できる ことを確認する。

角ダクトについては、板材に対し長期荷重(自重)+短期荷 重(竜巻)による強度評価を行うとともに、補強部材も評価す る。

丸ダクトについては、長期荷重(自重)+短期荷重(竜巻) による座屈評価および曲げ評価を行う。



図1 角ダクトのイメージ図

- (2) 竜巻防護施設に対する波及的影響
  - a. 波及的影響を及ぼし得る施設の評価
    - (a) 当該施設の破損により、 竜巻防護施設に機械的な波及的 影響を及ぼし得る施設
      - ① タービン 建屋

竜巻防護施設(原子炉格納容器、原子炉周辺建屋、制御 建屋)に隣接してタービン建屋があるが、当該建屋は建築 基準法による速度圧設計(300kg/m<sup>2</sup>)で設計しており、こ れは設計風速で69.3m/sに相当することから、設計竜巻によ り損壊しない。従って、竜巻防護施設の安全機能に影響を 与えない。

②海水ポンプ室クレーン

海水ポンプ室クレーンについては、転倒により海水ポン プに影響を及ぼす可能性があることから、海水ポンプ室ク レーンの高さと海水ポンプ室クレーン係留位置から海水ポ ンプまでの距離を比較することにより、健全であることを 確認する。

(b) 当該施設の破損により、耐震 S クラス設備に機能的な波 及的影響を及ぼし得る施設

換気・冷却等が必要な耐震 S クラス設備を内包する区画 の換気空調設備の内、排気筒(建屋内)、外気と繋がるダ クト、外気との隔離箇所(ダンパ、バタフライ弁)、外気 との隔離箇所までに設置されているファンについて、気圧 差に対する健全性を評価する。

各評価方法については以下のとおり。

①排気筒およびダクト

評価対象設備について、ダクト種別(丸ダクト、角ダクト)、口径、板厚を考慮し分類し、設計用竜巻により、それ ぞれのダクト内外の差圧が43hPaになった場合の評価を行 う。

評価の方法は、竜巻による負圧を短期荷重とみなし、自 重との重ね合わせを考慮して(地震との重ね合わせはしな い)、長期荷重(自重)+短期荷重(竜巻)による応力が許 容値を超えない事を確認する。

また応力が許容値を超えた場合には、安全機能が維持で きることを確認する。

角ダクトについては、板材に対し長期荷重(自重)+短 期荷重(竜巻)による強度評価を行うとともに、補強部材 も評価する。

丸ダクトについては、長期荷重(自重)+短期荷重(竜

巻)による座屈評価を行う。

②ダンパ

ダンパの構成部材毎(ケーシング、ベーン、シャフト) に評価を行う。設計用竜巻により発生するケーシングにか かる最大曲げ応力、ベーンにかかる最大曲げ応力、シャフ ト断面にかかる最大せん断応力が、それぞれ許容値を超え ないことを確認する。

③バタフライ弁

設計竜巻によってバタフライ弁に生じる圧力が、許容値 を超えないことを確認する。

④ファン

竜巻の影響によりケーシングに生じる周応力が許容値を 越えないことを確認する。

- b. 設計飛来物の評価
  - (a)海水ポンプ

海水ポンプに対して、設計飛来物による影響頻度および 貫通限界を評価する。

飛来物による影響頻度の考え方は、原子炉安全専門審査 会「タービンミサイル評価について」昭和52年7月)を参 考に、海水ポンプの破損確率が設計上考慮すべき頻度(10<sup>-7</sup> /年)を下回ることを確認する。

また飛来物による貫通評価の考え方は、風速69m/sの竜巻 に対して、浮き上がる飛来物の貫通を生じないための必要 最小厚さと海水ポンプの最小板厚を比較することで確認す る。 鋼板の貫通限界厚さはBRL式<sup>\*\*3</sup>を用いて求める。

- $T^{3/2} = \frac{0.5MV^2}{17400K^2 D^{3/2}}$
- 17400K D
- T:鋼板厚さ (in)
- M: ミサイル質量 (1b・s<sup>2</sup>/ft)
- V:ミサイル速度 (ft/s)
- D: ミサイル 直径 (in)
- K: 鋼板の材質に関する係数≒1
- ※3 ISES 7607-3 「軽水炉構造機器の衝撃荷重に関する調査 その3 ミサイルの衝突による構造壁の損傷に関する評価 式の比較検討」(高温構造安全技術研究組合)

## 6. 評価結果

- (1) 竜巻防護施設の構造健全性の確認結果
  - ① 海水ポンプ

後述の設計飛来物の評価結果より、海水ポンプの破損確率は 設計上考慮すべき頻度(10<sup>-7</sup>/年)を十分下回るため、飛来物 による衝撃荷重(W<sub>M</sub>)は評価しない。

設計竜巻による気圧差荷重(W<sub>p</sub>)ならびに風圧力による荷重 及び気圧差荷重による複合荷重(W<sub>x</sub>+0.5W<sub>p</sub>)に対する海水ポン プ及びモータの据付面基礎ボルト、電動機取合ボルト等に関す る評価結果は表4の通りであり、健全であることを確認した。

評価部位	材質	発生	応力値	(MPa)	許容	裕	度
		応力	$W_{\rm P}$	$W_w +$	応力	W <sub>P</sub>	W <sub>w</sub> +
				0.5 $W_{P}$	(MPa)		0.5 $W_{\rm P}$
電動機取合	SS400	引張	11	14	175	15.90	12.50
ボルト	(M36)						
電 動 機 支 え	SS400	引張	15	20	172	11.46	8.60
台取合ボル	(M36)						
Ъ							
据付面取合	SUS304	引張	10	13	153	15.30	11.76
ボルト	(M42)						
据付面基礎	SUS304	引 張	13	17	153	11.76	9.00
ボルト	(M48)						
電動機フレ	SS400	曲げ	1	1	282	282.00	282.00
	(t16)						

表 4 海水ポンプ及びモータ竜巻影響評価結果

②排気筒

設計竜巻による気圧差荷重(W<sub>p</sub>)ならびに風圧力による荷重 及び気圧差荷重による複合荷重(W<sub>w</sub>+0.5W<sub>p</sub>)に対する排気筒の 角ダクトと丸ダクトに関する評価結果は表5および表6の通りで あり、健全であることを確認した。

			長期荷重(	(自重) +			評価結果
			短期荷重	(竜巻)		ダクト	$\alpha$ , $\beta > 1 : \bigcirc$
ダクト	ダクト	ダクト	裕度	α	補強材	断面積	$\gamma \leq 5\%$
種別	サイズ (mm)	材質	₹ ¥	-E  -	裕度:β	縮小率	(ダクト機能影響なし):○
						(%) (%)	$\gamma > 5\%$
			荷重	荷重			(ダクト機能影響あり):×
十十一一一位(法十五)	$2700 \times 2700$	6110904	J F U		c c c		((
<b>排风间 (俗()</b>	$\times 3.0t$	400000	2.10	1.01	<b>3.</b> U3	I	5
	乗	€6 排気筒	(丸ダクト)	における荷	重に対する健全性	生評価結果	

₩
涩
伯
型
$(\mathbb{H})$
鱯
N
to
R
N.
₩ I I
荷
Ng
Ð
44
$\sim$
$\widehat{}$
~
1
L کم
ţ
الح
41154
排

評価結果	裕度 $lpha$ 、 $eta$ >1: $\odot$	$\gamma \leq 5\%$	(ダクト機能影響なし):○	$\gamma > 5\%$	(ダクト機能影響あり):×	O
	ダクト	断面積	縮小率	$(0/0) \ \lambda$ :		I
		曲げ	裕度:β			61.16
	長期荷重 (自重)	+短期荷重(竜	卷)	裕度: $\alpha$		4.50
		ダクト	材質			SUS304
		ダクト	$rac{1}{2}$ $\mathcal{A}$ (mm)			$\phi$ 2600 × 3.0t
		ダカト	種別			排気筒 (溶接)

排気筒(角ダクト)における荷重に対する健全性評価結果

表5

- (2) 竜巻防護施設に対する波及的影響の確認結果
  - a. 波及的影響を及ぼし得る施設の評価
    - (a) 当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的 影響を及ぼし得る施設
      - ①海水ポンプ室クレーン

海水ポンプ室クレーンの高さは16m、海水ポンプ室クレーン係留位置から海水ポンプまでの距離は20mであり、海水ポンプ室クレーンの転倒を考慮しても海水ポンプへ接触しないことから、健全であることを確認した。

- (b) 当該施設の破損により、耐震 S クラス設備に機能的な波 及的影響を及ぼし得る施設
  - ①排気筒およびダクト

評価結果は表7および表8(1)~表8(3)のとおり。

排気筒および丸ダクトについては設計竜巻により生じる 気圧差により損傷せず、健全であることを確認した。

角ダクトのうち、溶接角ダクトについては設計竜巻によ り生じる気圧差により損傷せず、健全であることを確認し た。

角ダクトのうち、ハゼ折角ダクトについては、ダクトサ イズ(mm)1100×1100×0.8t、500×500×0.6t、500×250× 0.6tのダクトが設計竜巻により生じる気圧差により、補強 部材に発生する応力が許容値を超える結果となった。

これらのダクトについては、補強部材に期待せずダクト 本体に発生する応力を評価したところ、いずれのダクトも ダクト本体に発生する応力は許容値を満足する結果となり、 仮に補強部材が補強機能を失ったとしても、ダクトは損傷 しないことを確認した。

なお、仮に補強部材が補強機能を失った場合、ダクトが 大きく変形することが予想されることから、ダクトの断面 積縮小率について評価したところ、縮小率は5%\*4以下と 小さいことから、安全機能が維持できることを確認した。 その他のハゼ折角ダクトについては補強部材も含め、損 傷せず、設計竜巻により生じる気圧差に対して健全である ことを確認した。

※4 ファンの性能(全圧)は実機においては仕様値に対し て一般的に余裕を有しており、ファンの性能評価とし て行う圧損計算では、標準的にダクト圧損合計値に10% 上乗せして行っている。ダクト系で全ての断面積が5% 減少した場合でも、流路圧損の増加は10%程度であるこ とから、安全機能が維持される。

②ダンパ

評価を行った結果、すべてのダンパにおいて裕度は1倍を 越えており、設計竜巻により生じる気圧差に対して健全で あることを確認した。ダンパの種類毎(高気密ダンパ、空 気作動ダンパ(国産)、空気作動ダンパ(輸入)、逆止ダン パ、防火ダンパ(防火兼風量調整ダンパを含む))の代表の 評価結果を表9に示す。

③バタフライ弁

アニュラス全量排気弁およびアニュラス少量排気弁の弁体は、圧力標準JIS 5Kの規定を満足していることから弁体の負圧に対する許容値は5kgf/cm<sup>2</sup>

(=4903.325hPa(1kgf/cm<sup>2</sup>=980.665hPa))であり、設計用竜 巻により生じる気圧差(43hPa)の負圧に対して裕度は約114 倍であることから、設計竜巻により生じる気圧差に対して 健全であることを確認した。 ④ファン

蓄電池室排気ファンについて評価を行った結果、竜巻の 影響によりケーシングに生じる周応力は-0.332 (MPa)であ り、許容応力240 (MPa) に対して裕度は約722倍であること から、設計竜巻により生じる気圧差に対して健全であるこ とを確認した。

- b. 設計飛来物の評価
  - ①海水ポンプ

浮き上がる設計飛来物のうち海水ポンプに到達する頻度の高い鋼製材について、海水ポンプへの影響頻度および貫通評価を実施した。

設計竜巻(69m/s)が発生して、大飯発電所と同規模の施設に襲来する頻度は10<sup>-5</sup>/年である。また、海水ポンプに 飛来物(鋼製材)が到達する割合は、飛来物の想定される 飛散面積に対する多重性を有する海水ポンプに衝突する面 積の割合で、10<sup>-3</sup>~10<sup>-4</sup>程度となる。さらに別の飛来物が衝 突し、海水ポンプが全台機能喪失する割合は、10<sup>-7</sup>~10<sup>-8</sup> 程度となる。

以上より、海水ポンプが破損する割合は10<sup>-12</sup>オーダと評価することができ、設計上考慮すべき頻度(10<sup>-7</sup>/年)を 十分下回るため、海水ポンプへの機能影響はないと評価で きる。

なお、浮き上がる飛来物の貫通厚さは表10、表11に示し た通りであり、海水ポンプの最小板厚部分3.2mmと比較し、 貫通することを確認した。 また、飛来物対策として、海水ポンプ室設置付近への車 の乗入れ管理、資機材保管管理等を行い、竜巻に対する備 えの万全を期する。
5健全性評価結果
る気圧差に対する
丸ダクトにおけ
表7

評価結果 $\alpha > 1: ③$ $\gamma \le 5\%$ (ダクト機能影響なし): ○ $\gamma > 5\%$ (ダクト機能影響あり): ×	0	Ø	Ø	0	0	0
ダクト 断面積 治小率 : ソ (%)	I	I	I	l	I	Ι
長期荷重(自重)+ 短期荷重(竜巻) 裕度:α	4.50	9.00	9.00	9.00	2.00	9.00
ダクト 材質	SS400	SS400	SS400	SS400	CCC	CCC
ダクト サイズ (mm)	$\phi$ 650 $\times$ 2. 3t	$\phi$ 400 $\times$ 2. 3t	$\phi$ 500×2.3t	$\phi$ 300 $ imes$ 2. 3t	$\phi$ 400 $ imes$ 0. 6t	$\phi$ 300 $\times$ 2. 3t
ダクト 種別	低圧丸ダクト (溶接)	低圧丸ダクト (溶接)	低圧丸ダクト (溶接)	低圧丸ダクト (溶接)	スパイラル低 圧丸ダクト	溶接特殊低圧 丸ダクト

評価結果	$\vec{x} \downarrow \uparrow \qquad \alpha, \beta > 1: \bigcirc$	所面積 / ッ≤5%	値小率 (ダクト機能影響なし):○	У ( %) │	© 	©	)	((	)	(	) 	(				((			) 		
		補強材 世	裕度: 8 《		5.00	2.00		ر ت ۲	1. 00	00 6	<b>7.</b> 00	00 0	2.00	C L C	7. 00	00 6	2. 00	60 C	J. JJ		
自重) +	(竜巻)	α	十 十 十	<b>面</b> \(何里	39.44	53. 29			01.40	19 201	101.04	100	96.40	97 49	91.42	100	54.00	10 JU	50. US		
長期荷重(1	短期荷重(	裕度:	上 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日 日	<b>囬</b> 外何里	3. 05	3.92			0. 30	00 U	0.92	66.4	4. 23		o. yo		J. 92	00 1	4. 03		価値
		ダクト	材質		SUS304	SS400			00400	007 DD	00400	00 I D D	00400	00100	00400	00100	00400	100	00400	小荷重を評価	芋米レト ス ぎび
		ダクト	$\pm \mathcal{A} ec \mathcal{A}(\mathbf{nm})$		$\begin{array}{c} 2700 \times 2700 \\ \times 3. 0t \end{array}$	$2700 \times 2700$	$\times 3.2t$	$3000 \times 2700$	$\times 3.2t$	$2700\! imes\!2100$	$\times 3.2t$	$1500\! imes\!1100$	$\times 3.2t$	$2400 \times 2100$	imes3.2t	$2700 \times 1100$	$\times 3.2t$	1800  imes 1600	$\times 3.2t$	こ期待せず、面5	≤ 伸 田 子 ズ 認 津 5
		ダクト	種別		排気筒 (溶接)	低圧角ダクト	(容援)	低圧角ダクト	(溶接)	低圧角ダクト	(溶接)	低圧角ダクト	(溶接)	低圧角ダクト	(溶接)	低圧角ダクト	(溶接)	低圧角ダクト	(溶接)	※1 補強部材に	※0 知見批告

表8(1) 角ダクトにおける気圧差に対する健全性評価結果

181

評価結果 $\alpha$ 、 $\beta > 1: ③$	y = 5.0 (ダクト機能影響なし): 〇 y > 5% (ダクト機能影響あり): ×	Ø	Ø	0	Ø	Ø	0	0
ダクト 新面諸	が 離 小 離 (%) (%)				ļ	ļ	ļ	$3.2^{*2}$
<b>法</b> 由 品名	entranta 裕度:β	2.50	5.00	1.11	1.42	1.66	1.66	0.76
(自重) + (竜巻) · · ·	面内荷重	108.75	355.91	98.35	13.99	26. 89	83.95	25.02
長期荷重 短期荷重 総度	面外荷重	3.94	3.13	2. 63	2.53	2.75	2.50	2.53 $(1.91)$ *1
ЙЛ Г	林寶	SS400	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC
Й Л Г	サイズ (mm)	$\begin{array}{c} 2436 \times 1218 \\ \times 3. \ 2t \end{array}$	1050  imes 1050  imes 1050  imes 20. 8t	$900 \times 900 \times 000 \times 0.8t$	$1100 \times 1100 \times \times 0.8t$	$1000 \times 1000 \times 0.8t$	$1400 \times 1000 \\ \times 1.0t$	$1100 \times 1100 \times 100 \times 0.8t$
ЙЛ Г.	種別	低圧角ダクト (溶接)	<ul><li>ハゼ折高圧角</li><li>ダクト</li></ul>	い ゼ 折 高 正 角 ダ ク ト	<ul><li>ハゼ折高圧角</li><li>ダクト</li></ul>	い ぜ 折 高 正 角 ダ ク ト	<ul><li>ハゼ折高圧角</li><li>ダクト</li></ul>	い ぜ折中 圧角 ダクト

表8(2) 角ダクトにおける気圧差に対する健全性評価結果

<sup>※1</sup> 補強部材に期待せず、面外荷重を評価 ※2 知見拡充で使用する設計竜巻による評価値

評価結果 $\alpha$ 、 $\beta > 1: \bigcirc$ $\gamma \leq 5\%$	<ul> <li>(ダクト機能影響なし):○</li> <li>ッ&gt;5%</li> <li>(ダクト機能影響あり):×</li> </ul>	0	0	Ø	0	Ô	0	Ô
ダクト 断面積	縮小率 :	I	3. 2 <sup>%2</sup>	I	$4.7^{*2}$		ļ	Ι
補強材	裕度:β	1. 11	0.66	1. 06	0.66	1.07	1.42	1.11
(自重) + (竜巻) : α	面內荷重	51.46	142.97	61.26	11.67	66. 05	21.18	8. 00
長期荷重 短期荷重 裕度	面外荷重	2.61	$\begin{array}{c} 2.27 \\ (2.27) & *1 \end{array}$	2.47	2.27 (2.27) *1	2.52	2.54	2.61
$A \downarrow L$	材質	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	COCC
$\vec{\beta}$ $\gamma$ $F$	サイズ (mm)	$900 \times 900 \times 000 \times 0.8t$	$500 \times 500 \times 0.6t$	$\begin{array}{c} 400 \times 400 \times \\ 0.6t \end{array}$	$500 \times 250 \times 0.6t$	$700 \times 700 \times 00 \times 0.8t$	$\begin{array}{c} 800 \times 600 \times \\ 0.8t \end{array}$	$900 \times 500 \times 0.8t$
ダカト	種別	ハゼ折中圧角 ダクト	ハゼ折低圧角 ダクト	ハゼ折低圧角 ダクト	いぜ折低圧角 ダクト	いぜ折中圧角 ダクト	いぜ折中圧角 ダクト	ハゼ折中圧角 ダクト

表8(3) 角ダクトにおける気圧差に対する健全性評価結果

<sup>※1</sup> 補強部材に期待せず、面外荷重を評価※2 知見拡充で使用する設計竜巻による評価値

		フラン	ジ内テ	f (mm)	ケーシンノガ		シャント	評価結果
種類	ダンパ名称	M	×	Η	、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、	、 裕度:α	く 格度:α	裕度 $\alpha > 1: 0$ 裕度 $\alpha \leq 1: \times$
市后旅び、パ	3 安全補機室排気第2 隔離ダンパ	1210	×	1210	13.70	30.44	58.50	Ô
国文白ンシン	34 キッチン排気第 1 隔離ダンパ		φ	305	29.77	67.00	117.00	0
空気作動 ダンパ(国産)	3補助建屋排気流量調節ダンパ	2410	×	2110	7.23	16.69	70. 50	Ø
空気作動	3格納容器排気止めダンパ	2436	×	1218	7.75	6. 38	27.00	Ô
ダンパ (輸入)	34A 安全補機開閉器室外気取入流量 調節ダンパ	915	×	915	7.48	2.61	36.00	0
通近	341 ディーゼル発電機室給気ファン 出口逆止ダンパ	1055	×	1055	7.48	3.94	67.50	0
ダンプ	34 制御用空気圧縮機室給気ファン 入口逆止ダンパ	705	×	705	14.46	2.08	67.50	0
	3A1 ディーゼル発電機室排気 防火ダンパ	1117	×	1976	4.93	4.17	35.25	0
防火ダンパ	3A 制御用空気圧縮機室排気 防火ダンパ	763	×	763	11.42	2.00	47.00	0
	3 蓄電池室排気系 A 充電器室 防火絞りダンパ		ф	405	15.50	3.61	70.50	0

表9 ダンパにおける気圧差に対する健全性評価結果(代表)

飛来物	鋼製パイプ	鋼製材
飛来物速度 (水平)	$49 \mathrm{m/s}$	57m/s
必要最小厚さ	18mm	37mm

表10 飛来物による鋼板の貫通評価 (水平)

表11 飛来物による鋼板の貫通評価(鉛直)

飛来物	鋼製パイプ	鋼製材
飛来物速度(鉛直)	33m/s	38m/s
必要最小厚さ	11mm	22mm

知見拡充で使用する設計竜巻に対する設備の構造健全性の確認結果

1. 概要

大飯3,4号機において、竜巻設計荷重に対して、設備の構造 健全性が維持されて安全機能が維持されることを確認した。

2. 設計竜巻の特性値

知見拡充で使用する設計竜巻の特性値は表1の通りとした。

最大	移動	最大	最大	気圧	最大気圧
風速 V <sub>D</sub>	速度 V <sub>T</sub>	接線	接線	低下量	低下率
(m/s)	(m/s)	風速	風速	ΔΡ	(dp/dt) <sub>max</sub>
		V <sub>Rm</sub>	半径	(hPa)	(hPa/s)
		(m/s)	$R_{m}(m)$		
100	16	84	30	85	45

表1 知見拡充で使用する設計竜巻の特性値

3. 設計飛来物の諸元

設計飛来物の諸元は表2の通りとした。

武士物	棒状	物	板状物	塊 状 物			
木 初   の 種 糖	鋼製	鋼製材	コンクリ	コンテナ	トラック		
の裡親	パイプ		ート板				
	長さ×直	長さ×幅	長さ×幅	長さ×幅	長さ×幅		
サイズ	径	×奥行き	×厚さ	×奥行き	×奥行き		
(m)		4.2×0.3	1.5 $\times$ 1 $\times$	2.4 $\times$ 2.6	$5 \times 1.9 \times$		
	$2 \times 0.05$	imes0.2	0.15	$\times 6$	1.3		
質量	0 1	125	F 4 0	2200	4750		
(kg)	0.4	155	540	2300	4750		
飛散							
距離	741	741	818	743	934		
(m) * 1							
飛散							
高さ	33	56	0	30	0		
(m) <sup>* 1</sup>							

表2 設計飛来物の諸元

※1 飛散距離、飛散高さは電力共通研究「平成 24 年度 原子力発電 所の竜巻に対する評価方法に関する研究」(竜巻風速 100m/s)

## 4. 評価対象施設

(1) 竜巻防護施設

「基準地震動及び耐震設計方針指針に係る審査ガイド(仮称)」 の重要度分類における耐震Sクラスの設計を要求される設備で あり、外殻となる施設により防護が期待できない設備として、以 下を抽出した。

① 海水ポンプ

② 排気筒(建屋外)

(2) 波及的影響を及ぼす施設

a. 当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的影

## 響を及ぼし得る施設

当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的影響を 及ぼして安全機能を喪失させる可能性が否定できない施設とし て、以下を抽出した。

- ・タービン建屋
- ・海水ポンプ室クレーン
- b. 当該施設の破損により、耐震 S クラス設備に機能的な波及的 影響を及ぼし得る施設

換気・冷却等が必要な耐震 S クラス設備を内包する区画の換気 空調設備の内、排気筒(建屋内)、外気と繋がるダクト、外気と の隔離箇所(ダンパ、バタフライ弁)、外気との隔離箇所までに 設置されているファンとした。

なお、ディーゼル発電機室給気ファンについては、ガラリ内に 設置されており、またファンの入口側にダクトが接続されていな いことから、ファンの内外において気圧差の影響を受け得ないこ とから、評価対象外とした。

評価対象の換気空調設備は表3のとおり。

耐震Sクラス設備に波及的影響	評価対象設備				
を及ぼし得る換気空調系統	1     八 豕 叹 佣				
・排気筒	・排気筒				
・アニュラス空気浄化系					
(以下の系統のアニュラス空気	・ダクト				
浄化系排気ラインのバウンダ	・ダンパ				
リ部を含む	・ バタフライ弁(アニュラス				
・格納容器排気系	全量排気弁およびアニュ				
・補助建屋排気系	ラス少量排気弁)				
<ul> <li>         ・         か         射         線         管         理         室         排         気         系         )         </li> </ul>					
,安全浦楼安公却至	・ダクト				
・女王袖陵王市却未	・ダンパ				
・ディーゼル及電機会協与系	・ダクト				
	・ダンパ				
・雪動雄曲鈴水ポンプ宮ヶ三系	・ダクト				
	・ダンパ				
• 判御田空气压縦哭宮拗気조	・ダクト				
	・ダンパ				
• 安 全 補 烨 問 問 哭 室 穴 調 조	・ダクト				
女王袖饭田团都王王祠东	・ダンパ				
	・ダクト				
• 萎雪 洲 宏 排 気 玄	・ダンパ				
	・ファン(蓄電池室排気ファ				
	ン)				
· 山 山 制 御 宮 穴 調 조	・ダクト				
	・ダンパ				

表 3 評価対象設備

5. 評価内容

- (1) 竜巻防護施設の構造健全性の評価
  - ① 海水ポンプ

海水ポンプ及びモータについて、知見拡充で使用する設計竜 巻による気圧差荷重(W<sub>p</sub>)ならびに風圧力による荷重(W<sub>w</sub>)、気 圧差荷重(W<sub>p</sub>)及び設計飛来物の衝撃荷重(W<sub>N</sub>)による複合荷 重(W<sub>w</sub>+0.5W<sub>p</sub>+W<sub>N</sub>)により海水ポンプが転倒する可能性が考え られるため、据付面基礎ボルト、電動機取合ボルト等に発生す る応力を算定し、支持構造物の許容応力\*2との比較により安全 余裕を確認する。

なお、設計飛来物による衝撃荷重(W<sub>M</sub>)については、設計飛 来物の影響評価を踏まえて、飛来物による衝撃荷重を考慮する かを検討する。

※2 原子力発電所耐震設計技術規程(JEAC4601-2008)の支持
 構造物に対する、供用状態Csの許容応力。

②排気筒

排気筒について、設計竜巻による気圧差荷重(W<sub>p</sub>)ならびに 風圧力による荷重(W<sub>w</sub>)、気圧差荷重(W<sub>p</sub>)及び設計飛来物の衝 撃荷重(W<sub>w</sub>)による複合荷重(W<sub>w</sub>+0.5W<sub>p</sub>+W<sub>w</sub>)を評価する。

なお、設計飛来物による衝撃荷重(W<sub>M</sub>)については、設計飛 来物の影響評価を踏まえて、飛来物による衝撃荷重を考慮する かを検討する。

評価の方法は、竜巻による負圧を短期荷重とみなし、自重と の重ね合わせを考慮して、長期荷重(自重)+短期荷重(竜巻) による応力が許容値を超えない事を確認する。

また応力が許容値を超えた場合には、安全機能が維持できる ことを確認する。

角ダクトについては、板材に対し長期荷重(自重)+短期荷 重(竜巻)による強度評価を行うとともに、補強部材も評価す る。

丸ダクトについては、長期荷重(自重)+短期荷重(竜巻) による座屈評価および曲げ評価を行う。



図1 角ダクトのイメージ図

- (2) 竜巻防護施設に対する波及的影響
  - a. 波及的影響を及ぼし得る施設の評価
    - (a) 当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的 影響を及ぼし得る施設
      - ① タービン建屋

鉄骨造のタービン建屋は、壁や窓等は損傷すると思われ るが、主梁・柱は機能を保ち、タービン等の重量機器、主 配管は溶接され、支持構造物で固定されており飛散するこ とは考えがたい。タービン建屋から飛来する飛来物による 海水ポンプおよび排気筒への飛来物影響としては、剛体で 投影断面積が小さく重量もある鋼製材による影響評価で包 絡されると考えられる。

②海水ポンプ室クレーン

海水ポンプ室クレーンについては、転倒により海水ポン

プに影響を及ぼす可能性があることから、海水ポンプ室ク レーンの高さと海水ポンプ室クレーン係留位置から海水ポ ンプまでの距離を比較することにより、健全であることを 確認する。

(b) 当該施設の破損により、耐震 S クラス設備に機能的な波 及的影響を及ぼし得る施設

換気・冷却等が必要な耐震 S クラス設備を内包する区画 の換気空調設備の内、排気筒(建屋内)、外気と繋がるダ クト、外気との隔離箇所(ダンパ、バタフライ弁)、外気 との隔離箇所までに設置されているファンについて、気圧 差に対する健全性を評価する。

各評価方法については以下のとおり。

①排気筒およびダクト

評価対象設備について、ダクト種別(丸ダクト、角ダクト)、口径、板厚を考慮し分類し、設計用竜巻により、それ ぞれのダクト内外の差圧が85hPaになった場合の評価を行 う。

評価の方法は、竜巻による負圧を短期荷重とみなし、自 重との重ね合わせを考慮して、長期荷重(自重)+短期荷 重(竜巻)による応力が許容値を超えない事を確認する。

また応力が許容値を超えた場合には、安全機能が維持で きることを確認する。

角ダクトについては、板材に対し長期荷重(自重)+短 期荷重(竜巻)による強度評価を行うとともに、補強部材 も評価する。

丸ダクトについては、長期荷重(自重)+短期荷重(竜 巻)による座屈評価を行う。 ②ダンパ

ダンパの構成部材毎(ケーシング、ベーン、シャフト) に評価を行う。知見拡充で使用する設計竜巻により発生す るケーシングにかかる最大曲げ応力、ベーンにかかる最大 曲げ応力、シャフト断面にかかる最大せん断応力が、それ ぞれ許容値を超えないことを確認する。

③バタフライ弁

知見拡充で使用する設計竜巻によってバタフライ弁に生 じる圧力が、許容値を超えないことを確認する。

④ファン

知見拡充で使用する設計竜巻の影響によりケーシングに 生じる周応力が許容値を越えないことを確認する。

- b. 設計飛来物の評価
  - (a)海水ポンプ

海水ポンプに対して、飛来物による影響頻度および貫通 限界を評価する。

飛来物による影響頻度の考え方は、原子炉安全専門審査 会「タービンミサイル評価について」昭和52年7月)を参 考に、海水ポンプの破損確率が設計上考慮すべき頻度(10<sup>-7</sup> /年)を下回ることを確認する。

また飛来物による貫通評価の考え方は、風速100m/sの竜 巻に対して、浮き上がる飛来物の貫通を生じないための必 要最小厚さと海水ポンプの最小板厚を比較することで確認 する。

鋼板の貫通限界厚さはBRL式<sup>\*3</sup>を用いて求める。

 $T^{3'^{2}} = \frac{0.5MV^{2}}{17400K^{2}D^{3/2}}$ T:鋼板厚さ(in) M:ミサイル質量(lb·s<sup>2</sup>/ft) V:ミサイル速度(ft/s) D:ミサイル直径(in) K:鋼板の材質に関する係数=1 ※3 ISES 7607-3 「軽水炉構造機器の衝撃荷重に関する

調査 その3 ミサイルの衝突による構造壁の損傷 に関する評価式の比較検討」(高温構造安全技術研究 組合)

(b) 排気筒

飛来物に対しては、飛来物の飛散範囲に比し面積が小さく 当たりにくいが、飛来物による影響は、排気筒は板厚が薄く、 貫通等の損傷の可能性がある。

しかしながら、竜巻は排気筒にその安全機能を期待するL OCAのような放射性物質の放出を伴う事故の原因にはなら ないので、竜巻襲来時においてプラントの安全機能に問題な い。

以上のことから、排気筒への飛来物の評価は実施しない。

- 6. 評価結果
- (1) 竜巻防護施設の構造健全性の確認結果
  - 海水ポンプ

後述の設計飛来物の評価により、海水ポンプの破損確率は設計上考慮すべき頻度(10<sup>-7</sup>/年)を十分下回るため、飛来物による衝撃荷重(W<sub>N</sub>)は評価しない。

知見拡充で使用する設計竜巻による気圧差荷重(Wp)ならび

に風圧力による荷重及び気圧差荷重による複合荷重(W<sub>w</sub>+0.5W<sub>p</sub>) に対する海水ポンプ及びモータの据付面基礎ボルト、電動機取 合ボルト等に関する評価結果は表4の通りであり、健全であるこ とを確認した。

評価部位	材質	発生	応力値	〔(MPa)	許容	裕度	
		応力	W <sub>P</sub>	W <sub>w</sub> +	応力	W <sub>P</sub>	W <sub>w</sub> +
				0.5 $W_P$	(MPa)		0.5 $W_P$
電動機取	SS400	引張	21	29	175	8.33	6.03
合ボルト	(M36)						
電動機支	SS400	引張	30	40	172	5.73	4.30
え台取合	(M36)						
ボルト							
据付面取	SUS304	引 張	19	25	153	8.05	6.12
合ボルト	(M42)						
据付面基	SUS304	引 張	25	34	153	6.12	4.50
礎ボルト	(M48)						
電動機フ	SS400	曲げ	2	2	282	141.00	141.00
レーム	(t16)						

表 4 海水ポンプ及びモータ竜巻影響評価結果

②排気筒

飛来物に対しては、飛来物の飛散範囲に比し面積が小さく当 たりにくいが、飛来物による影響は、排気筒の板厚は薄く貫通 等の損傷を受けることが支配的であるので、複合荷重の算定に おいて衝撃荷重は考慮しない。

なお、竜巻は排気筒にその安全機能を期待するLOCAのような 放射性物質の放出を伴う事故の原因にはならないので、竜巻襲 来時におけるプラントの安全機能に問題はない。

知見拡充で使用する設計竜巻による気圧差荷重(W<sub>p</sub>)ならび に風圧力による荷重及び気圧差荷重による複合荷重(W<sub>w</sub>+0.5W<sub>p</sub>) に対する排気筒の角ダクトと丸ダクトに関する評価結果は表5 および表6の通りであり、健全であることを確認した。

評価結果	$lpha$ , $eta > 1$ : $\bigcirc$	$\gamma \equiv 2.5\%$ (ダクト機能影響なし): $\bigcirc$ $\gamma > 5\%$ (ダクト機能影響あり):×	Ø	
	ダクト	I	性評価結果	
	站站站	mm.jacka 裕度: β	1.53	重に対する健全
(自重) +	(竜巻) : α	间 志 一	3. 79	における荷
長期荷重 (	短期荷重 裕度	面 亦 重	1.45	丸ダクト)
	$\vec{\mu}$ $\vec{h}$ ).	本資	SUS304	排気筒(
	ЙЛ Г.	$\begin{array}{c} 2700 \times 2700 \\ \times 3. 0t \end{array}$	表6	
		種別	排気筒	

評価結果 裕度 $\alpha$ 、 $\beta > 1: \odot$ $\gamma \le 5\%$ (ダクト機能影響なし): $\bigcirc$ $\gamma > 5\%$ (ダクト機能影響あり): ×	Ó
ダ ダタト 第 第 子 (%)	I
曲 述 寒度: a	32. 7
長期荷重(自重) +短期荷重(竜巻) 裕度:α	3.00
ダクト 材質	SUS304
ダクト サイズ (mm)	$\phi 2600 \times 3.0t$
ダクト 種別	排気筒

表5 排気筒(角ダクト)における荷重に対する健全性評価結果

- (2) 竜巻防護施設に対する波及的影響の確認結果
  - a. 波及的影響を及ぼし得る施設の評価
    - (a)当該施設の破損により、竜巻防護施設に機械的な波及的

影響を及ぼし得る施設

① タービン 建屋

知見拡充で使用する設計竜巻に対しては、竜巻防護施設 に隣接してタービン建屋があるが、当該建屋は建築基準法 による速度圧設計(300kg/m<sup>2</sup>)で設計しており、これは設 計風速で69.3m/sに相当する。知見知充で使用する設計竜巻 でも大きな損壊は受けないと考えられる。鉄骨造のタービ ン建屋は、壁や窓等は損傷すると思われるが、主梁・柱は 機能を保ち、タービン等の重量機器、主配管は溶接され、 支持構造物で固定されており飛散することは考えがたい。 タービン建屋から飛来する飛来物による海水ポンプおよび 排気筒への飛来物影響としては、剛体で投影断面積が小さ く重量もある鋼製材による影響評価で包絡されると考えら れる。

②海水ポンプ室クレーン

海水ポンプ室クレーンの高さは16m、海水ポンプ室クレーン係留位置から海水ポンプまでの距離は20mであり、海水ポ ンプ室クレーンの転倒を考慮しても海水ポンプへ接触しな いことから、健全であることを確認した。

- (b) 当該施設の破損により、耐震 S クラス設備に機能的な波 及的影響を及ぼし得る施設
  - ①排気筒およびダクト
    - 評価結果は表7および表8(1)~表8(3)のとおり。
  - 排気筒および丸ダクトについては知見拡充で使用する設 計竜巻により生じる気圧差により損傷しないことを確認し

た。

角ダクトのうち、溶接角ダクトについては、ダクトサイズ(mm)3000×2700×3.2tのダクトが知見拡充で使用する設計竜巻により生じる気圧差により補強部材に発生する応力が許容値を超える結果となった。

このダクトについては、補強部材には期待せず、ダクト 本体に発生する応力を評価したところ、ダクト本体に発生 する応力は許容値を満足する結果となり、仮に補強部材が 補強機能を失ったとしてもダクトとしての機能は喪失しな いことを確認した。

なお、仮に補強部材が補強機能を失った場合、ダクトが 大きく変形することが予想されることから、ダクトの断面 積の縮小率について評価したところ、縮小率は5%\*以下 と小さいことから、安全機能が維持できることを確認した。

角ダクトのうち、ハゼ折角ダクトについては、ダクトサ イズ(mm)900×900×0.8t、1100×1100×0.8t、1000×1000 ×0.8t、1400×1000×1.0t、500×500×0.6t、400×400×0.6t、 500×250×0.6t、700×700×0.8t、800×600×0.8t、900× 500×0.8tのダクトが知見拡充で使用する設計竜巻により 生じる気圧差により補強部材に発生する応力が許容値を超 える結果となった。

これらのダクトについては、補強部材には期待せず、ダ クト本体に発生する応力を評価したところ、いずれのダク トもダクト本体に発生する応力は許容値を満足する結果と なり、仮に補強部材が補強機能を失ったとしてもダクトと しての機能は喪失しないことを確認した。

なお、仮に補強部材が補強機能を失った場合、ダクトが 大きく変形することが予想されることから、ダクトの断面 積の縮小率について評価したところ、縮小率は5%\*4以下 と小さいことから、安全機能が維持できることを確認した。 その他の溶接角ダクトおよびハゼ折角ダクトについては 補強部材も含め、損傷せず、知見拡充で使用する設計竜巻 により生じる気圧差に対して健全であることを確認した

- ※4 ファンの性能(全圧)は実機においては仕様値に対し て一般的に余裕を有しており、ファンの性能評価とし て行う圧損計算では、標準的にダクト圧損合計値に 10%上乗せして行っている。ダクト系で全ての断面積 が5%減少した場合でも、流路圧損の増加は10%程度で あることから、安全機能が維持される。
- ②ダンパ

知見拡充で使用する設計竜巻に対する評価を行った結果、 すべてのダンパにおいて裕度は1倍を越えており、知見拡充 で使用する設計竜巻により生じる気圧差に対して健全であ ることを確認した。ダンパの種類毎(高気密ダンパ、空気 作動ダンパ(国産)、空気作動ダンパ(輸入)、逆止ダンパ、 防火ダンパ(防火兼風量調整ダンパを含む))の代表の評価 結果を表9に示す。

③バタフライ弁

アニュラス全量排気弁およびアニュラス少量排気弁の弁体は、圧力標準JIS 5Kの規定を満足していることから弁体の負圧に対する許容値は5kgf/cm<sup>2</sup>

(=4903.325hPa(1kgf/cm<sup>2</sup>=980.665hPa))であり、知見拡充 で使用する設計用竜巻により生じる気圧差(85hPa)の負圧 に対して裕度は約57倍であることから、知見拡充で使用す る設計竜巻により生じる気圧差に対して健全であることを 確認した。 ④ファン

蓄電池室排気ファンについて評価を行った結果、竜巻の 影響によりケーシングに生じる周応力は-0.656 (MPa)であ り、許容応力240 (MPa) に対して裕度は約365倍であること から、設計竜巻により生じる気圧差に対して健全であるこ とを確認した。

b. 設計飛来物の評価

①海水ポンプ

浮き上がる設計飛来物のうち到達する頻度が高い鋼製材 について、海水ポンプへの影響頻度および貫通評価を実施 した。

知見拡充で使用する設計竜巻が発生して、大飯発電所と 同規模の施設に襲来する頻度は10<sup>-5</sup>/年よりも低いと考え られる。また海水ポンプに飛来物(鋼製材)が到達する割 合は、飛散距離から想定される飛来物の飛散面積に対する 多重性を有する海水ポンプの面積の割合で、10<sup>-4</sup>~10<sup>-5</sup>程度 となる。さらに別の飛来物が衝突し、海水ポンプが全台機 能喪失する割合は、10<sup>-9</sup>~10<sup>-10</sup>程度となる。

以上より、海水ポンプの破損確率は10<sup>-14</sup> オーダと評価す ることができ、設計上考慮すべき頻度(10<sup>-7</sup>/年)を十分 下回るため、海水ポンプへの機能影響はないと評価できる。

なお、浮き上がる飛来物の貫通厚さは表10、表11に示し た通りであり、海水ポンプの最小板厚部分3.2mmと比較し、 貫通することを確認した。

また、飛来物対策として、海水ポンプ室設置付近への車 の乗入れ管理、資機材保管管理等を行い、竜巻に対する備 えに万全を期する。

評価結果	$\alpha > 1: ○$ $\gamma \leq 5\%$ (ダクト機能影響なし): ○ $\gamma > 5\%$ (ダクト機能影響あり): ×	Ō	Ō	Ō	Ō	Ó	0
	ダクト 第 一 都 一 道 (%)	I	I	I	I	l	-
	長期荷重(自重) + 短期荷重(竜 巻) 裕度: α	3.00	9.00	4. 50	9.00	1.04	9.00
	ダクト村質	SS400	SS400	SS400	SS400	209S	209S
	ダクト サイズ(mm)	$\phi$ 650 × 2. 3t	$\phi$ 400 × 2. 3t	$\phi$ 500 × 2. 3t	$\phi$ 300 × 2. 3t	$\phi$ 400 $\times$ 0. 6t	$\phi 300 \times 2.3t$
	ダクト種別	低圧丸ダクト (溶接)	低圧丸ダクト (溶接)	低圧丸ダクト (溶接)	低圧丸ダクト (溶接)	スパイラル低 圧丸ダクト	溶接特殊低圧

表7 丸ダクトにおける気圧差に対する健全性評価結果

評価結果 $\alpha$ 、 $\beta > 1: \bigcirc$ $\gamma \leq 5\%$	(ダクト機能影響なし):○ ッ>5% (ダクト機能影響あり):×	Ø	Ø	0	Ø	Ø	0	Ø	Ø	
ダ ケ ト 断 面積	縮小率 : ソ (%)	I	I	1.7	l			I	l	
補強材	裕度:β	2.5	1.11	0.90	1.11	1.11	1.42	1.11	2.50	
(自重) + (竜巻) : α	面内荷重	36. 26	50. 11	62.96	102.72	97. 18	93.48	52.82	35.24	
長期荷重( 短期荷重 裕度	面外荷重	2.13	2.74	$\begin{array}{c} 2.73 \\ (2.45) \ ^{\otimes 1} \end{array}$	2.74	2.96	2.76	2.74	2.85	
$\breve{y}$ $\uparrow$	材質	SUS304	SS400	SS400	SS400	SS400	SS400	SS400	SS400	外荷重を評価
ダカト	サイズ (mm)	$\begin{array}{c} 2700 \times 2700 \\ \times 3. 0 \end{array}$	$\begin{array}{c} 2700 \times 2700 \\ \times 3. \ 2t \end{array}$	$3000 \times 2700 \times 3.2t$	$\begin{array}{c} 2700 \times 2100 \\ \times 3.2t \end{array}$	$1500 \times 1100 \\ \times 3.2t$	$\begin{array}{c} 2400 \times 2100 \\ \times 3.2t \end{array}$	$\begin{array}{c} 2700 \times 1100 \\ \times 3.2t \end{array}$	$1800 \times 1600 \\ \times 3.2t$	こ期待せず、面
ダカト	種別	排気筒 (溶接)	低圧角ダクト (溶接)	低圧角ダクト (溶接)	低圧角ダクト (溶接)	低圧角ダクト (溶接)	低圧角ダクト (溶接)	低圧角ダクト (溶接)	低圧角ダクト (溶接)	※1 補強部材

表8(1) 角ダクトにおける気圧差に対する健全性評価結果

評価結果 $\alpha$ 、 $\beta > 1: \bigcirc$ $\gamma \leq 5\%$	(ダクト機能影響なし): $\bigcirc$ $\gamma > 5\%$ (ダクト機能影響あり):×	Ø	Ø	0	0	0	0	0
ダクト 断面積	縮小率 :	I	I	3.1	3.2	3. 2	3. 2	3. 2
補強材	裕度:β	1.42	3. 33	0.58	0.76	0.90	0.90	0.40
(自重) + (竜巻) : α	面内荷重	106.20	290. 81	85.74	11.13	22.51	69. 10	19.91
長期荷重 短期荷重 裕度	面外荷重	2.76	2.19	1.74 $(1.34) $ *1	1.66 $(1.24)^{*1}$	$\begin{array}{c} 1.81 \\ (1.28) \ ^{\ast 1} \end{array}$	1.67 $(1.60) $ *1	1.66 $(1.24)^{-1.66}$
Ĭ Ĺ ŀ	材質	SS400	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC
$\vec{\beta}$ $\gamma$ $F$	サイズ (mm)	$2436 \times 1218 \times 3.2t$	$1050 \times 1050 \times 1050 \times 0.8t$	$900 \times 900 \times 000 \times 0.8t$	$1100 \times 1100 \times \times 0.8t$	$1000 \times 1000 \times 0.8t$	$1400 \times 1000 \times 1 \cdot 1.0t$	$1100 \times 1100 \times 1 \times 0.8t$
ダクト	種別	低圧角ダクト (溶接)	いゼ折高圧角 ダクト	いゼ折高圧角 ダクト	いぜ折高圧角 ダクト	いぜ折高圧角 ダクト	いゼ折高圧角 ダクト	いぜ折中圧角 ダクト

表8(2) 角ダクトにおける気圧差に対する健全性評価結果

※1 補強部材に期待せず、面外荷重を評価

評価結果 $\alpha$ 、 $\beta > 1: \bigcirc$ $\gamma \leq 5\%$	$(ダクト機能影響なし): \bigcirc\gamma > 5\%(ダクト機能影響あり): \times$	0	0	0	0	0	0	0
ダクト 断面積	縮小率 : x (%)	3.1	3. 2	3.0	4.7	2.8	3. 5	4.3
補強材	裕度:β	0.58	0.34	0.52	0.35	0.55	0.76	0.58
(自重) + (竜巻) : α	面內荷重	73.93	133.51	114.98	11.30	239. 79	32. 25	12.24
長期荷重 短期荷重 裕度	面外荷重	1.73 $(1.33)$ *1	1.50 $(1.50)$	1. $65$ (1. $65$ ) **1	1.50 $(1.50)$	1.68 $(1.48)^{*1}$	1.69 $(1.40)$ *1	1.73 $(1.33) \stackrel{*1}{*}$
ĬŢŢ Ŀ	村園	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC	SGCC
<i>¥</i>	サイズ(mm)	$\begin{array}{c} 900 \times 900 \times \\ 0.8t \end{array}$	$500 \times 500 \times 0.6t$	$\begin{array}{c} 400 \times 400 \times \\ 0.6t \end{array}$	$500 \times 250 \times 0.6t$	$700 \times 700 \times 0.8t$	$800 \times 600 \times 0.8t$	$900 \times 500 \times 0.8t$
$\breve{x}$ $\gamma$ }	種別	<u>いぜ折中圧角</u> ダクト	いゼ折低圧角 ダクト	いゼ折低圧角 ダクト	いゼ折低圧角 ダクト	いゼ折中圧角 ダクト	<ul><li>ハゼ折中圧角</li><li>ダクト</li></ul>	ハゼ折中圧角 ダクト

表8(3) 角ダクトにおける気圧差に対する健全性評価結果

※1 補強部材に期待せず、面外荷重を評価

		フラン	、ジ内マ	∱ (mm)	オーシング	ンシン	ンセント	評価結果
種類	ダンパ名称	М	×	Η	、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、	、 裕度:α	冬~~ 裕度:α	裕度 $\alpha > 1: \bigcirc$ 裕度 $\alpha \le 1: >$
古信ながい?	3 安全補機室排気第2 隔離ダンパ	1210	×	1210	7.40	16.11	39.00	Ô
国文白ンシン	34 キッチン排気第 1 隔離ダンパ		φ	305	16.75	38. 28	117.00	Ô
空気作動 ダンパ(国産)	3補助建屋排気流量調節ダンパ	2410	×	2110	4.09	9.04	47.00	Ô
空気作動	3格納容器排気止めダンパ	2436	×	1218	4.34	3. 28	13.50	Ô
ダンパ (輸入)	34A 安全補機開閉器室外気取入流量 調節ダンパ	915	×	915	4.01	1.36	18.00	0
逆止	341 ディーゼル発電機室給気ファン 出口逆止ダンパ	1055	×	1055	4.01	2.04	45.00	Ô
ダンパ	3A 制御用空気圧縮機室給気ファン 入口逆止ダンパ	705	×	705	7.75	1.08	45.00	Ø
	3A1 ディーゼル発電機室排気 防火ダンパ	1117	×	1976	2.67	2.17	23. 50	Ô
防火ダンパ	3A 制御用空気圧縮機室排気 防火ダンパ	763	×	763	6. 02	1.05	28.20	Ô
	3 蓄電池室排気系 A 充電器室 防火絞りダンパ		Φ	405	8.34	1.87	35.25	Ø

表9 ダンパにおける気圧差に対する健全性評価結果(代表)

飛来物	鋼製パイプ	鋼製材	コンテナ
飛来物速度 (水平)	$49 \mathrm{m/s}$	57m/s	60m/s
必要最小厚さ	18mm	37mm	8mm

表10 飛来物による鋼板の貫通評価 (水平)

表11	飛来物による鋼板の貫通評価	(鉛直)

飛来物	鋼製パイプ	鋼製材	コンテナ
飛来物速度(鉛直)	33m/s	38m/s	40m/s
必要最小厚さ	11mm	22mm	5mm

6.大飯発電所3,4号機における原子力発電所の内部溢水影響評価について

「原子力発電所の内部溢水影響評価ガイド」(案)に対する評価結果

1. 概要

大飯 3、4 号機については、発電所建設の設計段階において溢水 影響を考慮した機器配置、配管設計を実施しており、具体的には重 要度の特に高い安全機能を有する系統については独立した区画へ の分散配置や入口堰の設置、基礎高さへの考慮等を実施するととも に、各建屋最下層に設置されたサンプに集積し排水が可能な設計と している。

今回、「原子力発電所の内部溢水影響評価ガイド(案)」(以下、 「本ガイド案」という)が示されたことから、本ガイド案に従い原 子炉施設内部で発生が想定される溢水に対して、重要度の特に高い 安全機能を有する系統の安全機能、並びに使用済燃料ピットの冷却、 遮へい機能が維持できることを確認した。

以下に評価の結果を示す。

2. 溢水から防護すべき対象設備の抽出

重要度の特に高い安全機能を有する系統、並びに使用済燃料ピットの冷却・給水機能を有する系統を抽出し、それら系統から防護す べき対象設備(以下、「防護対象設備」という)を抽出した。

2.1 重要度の特に高い安全機能を有する系統

原子炉を高温停止でき、引き続き低温停止並びに放射性物質の閉じ込め機能を維持するために必要な系統を抽出した。併せて、溢水に起因する原子炉外乱に対処するために必要な系統を抽出した。

2.2 使用済燃料ピットの冷却・給水機能を有する系統

使用済燃料ピットの冷却機能および放射線の遮へい機能を維持 するために必要となる使用済燃料ピット冷却系統および給水系統 を抽出した。 2.3 溢水から防護すべき対象設備の抽出

2.1,2.2 で抽出した系統の機能を維持するために必要となる設備を防護対象設備として抽出した。

なお、原子炉格納容器内に設置される重要度の特に高い安全機能 を有する設備は、原子炉冷却材喪失(LOCA)時の原子炉格納容器内 の状態を考慮した耐環境仕様としているため、防護対象設備から除 外した。

(添付資料1)重要度の特に高い安全機能を有する系統 (添付資料2)使用済燃料ピットの冷却・給水機能を有する系統 (添付資料3)防護対象設備リスト

## 3. 溢水源と溢水経路

防護対象設備が設置されている原子炉周辺建屋、制御建屋から溢水源となりうる機器を抽出した。

また、これら建屋を対象に、床面開口部(機器ハッチ、階段)、 および、溢水影響評価において期待することのできる設備(水密扉 や堰など)の抽出を行い、溢水経路を設定した。

廃棄物処理建屋から原子炉周辺建屋への流入経路については、堰 や水密扉、床ドレンの逆流防止弁を設置していることから想定する 必要はないことを確認した。

タービン建屋や屋外の溢水源については、「7.防護対象設備が設置されている建屋の外からの溢水影響」において、防護対象設備への影響がないことを確認した。

(添付資料4)溢水源の抽出

(添付資料5)溢水経路概念図

(添付資料6)溢水影響評価において期待することができる設備

4. 原子炉施設の溢水影響評価

本ガイド案に従い、発生要因別に以下の溢水について影響を評価 した。

- (1) 溢水の影響を評価するために想定する機器の破損等により生じる溢水
- (2)発電所内で生じる異常状態(火災を含む)の拡大防止のため に設置される系統からの放水による溢水
- (3) 地震に起因する機器の破損等により生じる溢水
- 4.1 溢水の影響を評価するために想定する機器の破損等により生じ
   る溢水

配管の破損は、防護対象設備が施設されている原子炉周辺建屋、 制御建屋および隣接する主蒸気・主給水管室とブローダウン室に施 設されている配管を対象に、内包する流体のエネルギーに応じて 高エネルギー配管および 低エネルギー配管の2種類に分類し、発 生応力に応じた破損を想定し、没水、被水、蒸気による影響評価に より防護対象設備が機能喪失しないことを確認した。

(添付資料7)想定破損等により生じる溢水影響評価

4.2 発電所内で生じる異常状態(火災を含む)の拡大防止のために 設置される系統からの放水による溢水

本ガイド案に従い、火災時の消火水系統からの放水による溢水を 想定し、防護対象設備に対する影響を評価した。

防護対象設備が設置されている原子炉周辺建屋および制御建屋 には自動作動するスプリンクラーが設置されていないことから、消 火栓による消火活動にともなう放水を溢水源として想定した。

消火活動の放水時間については原則として3時間とした。ただし、 火災源が小さいエリアについては「火災荷重」および「等価時間」 を考慮し、0.5~1.5時間とした。 各防護対象設備が設置されているエリアにおける消火水の滞留 面積を評価し、消火活動による溢水量から算出される溢水水位と、 防護対象設備の機能損失高さを比較することで、防護対象設備が機 能喪失に至らないことを確認した。

(添付資料8)消火活動に係る時間設定の考え方

(添付資料9)消火栓からの放水による溢水影響評価

(添付資料10)消火栓からの放水による溢水経路図(代表例)

4.3 地震に起因する機器の破損等により生じる溢水

4.3.1 溢水源として想定する対象機器の抽出

本ガイド案に従い、流体を内包する機器(配管、容器)のうち、 基準地震動による地震力によって破損が生じうる機器を溢水源と して想定した。なお、耐震 S クラス機器については、基準地震動に よる地震力によって破損は生じないことから溢水源として想定し ない。また、耐震 B,C クラス機器のうち、基準地震動に対して耐震 性を有するものは溢水源として想定しない。

地震時に溢水源として想定する対象機器の抽出フローを図 -1 に 示す。



- \*1:補助給水系統、原子炉補機冷却水系統、化学体積制御系統、空調用冷水設備系統、 1次系洗浄水系統、1次系放射性機器ドレン系統、1次系放射性床ドレン系統、 消火水系統、主蒸気・給水系統、1次系補給水系統、燃料取替用水系統、燃料ピット 冷却浄化系統、蒸気発生器ブローダウン系統、安全注入系統、1次系試料採取系統、 換気空調系統、液体廃棄物処理系統、固体廃棄物処理系統、補助蒸気系統
- \*2:体積制御タンク、非再生熱交換器、封水冷却器、原子炉周辺建屋サンプポンプ、 原子炉周辺建屋サンプタンク、使用済燃料ピット冷却器、使用済燃料ピットポンプ、 使用済燃料ピット脱塩塔、使用済燃料ピットフィルタ、ほう酸補給タンク
- \*3:1次系薬品タンク、樹脂タンク、冷却材脱塩塔入口フィルタ、冷却材陽イオン 脱塩塔 他

図 -1 溢水源として想定する対象機器の抽出フロー

4.3.2 耐震 B,C クラス機器の耐震性評価方法および評価結果

図 -1 のフロー図に基づき、原子炉周辺建屋および制御建屋に設置されている耐震 B、C クラスの配管および溢水保有水量の多い系統の容器について、耐震 S クラス機器と同様の評価手法を用いて構造強度評価を実施し、地震時に溢水源として想定する機器を抽出するとともに、使用済燃料ピットのスロッシングも考慮し、原子炉周辺建屋および制御建屋における溢水量を表 -1 のとおり算出した。

	溢水量	
原子炉周	制御建屋	
3 号	4 号	
72.44m <sup>3</sup>	72.44m <sup>3</sup>	68.8m <sup>3</sup>

表 -1 地震時に想定する溢水量

(添付資料11)耐震B、Cクラス機器の耐震評価方法および評価結果 (添付資料12)地震時に溢水源として想定する機器リスト

(添付資料13)使用済燃料ピットのスロッシングによる溢水量評価

4.3.3 溢水影響評価

溢水量から算出される溢水水位と、防護対象設備の機能損失高さ を比較することで、防護対象設備が機能喪失に至らないことを確認 した。

(添付資料14)溢水経路、溢水水位および機能喪失高さの考え方 (添付資料15)地震に起因する溢水影響評価(溢水経路図含む)

## 5. 使用 済 燃 料 ピットの 溢 水 影 響 評 価

使用済燃料ピット冷却および給水系統の防護対象設備について は、4.原子炉施設の溢水影響評価において機能喪失しないことを確 認している。

したがって、ここでは、使用済燃料ピットからのスロッシングに よる最大溢水量に対し、ピット冷却(保安規定で定めた水温 65 以下)および遮へいに必要な水位が確保されていることを確認した。

5.1 使用済燃料ピットのスロッシングによる水位低下の評価 基準地震動 Ss における使用済燃料ピットのスロッシングによる 最大溢水量を表 -2 に示す。
表-2 スロッシングによる最大溢水量

最大溢水量           22.62m <sup>3</sup>	
-------------------------------------	--

5.2 使用済燃料ピットの冷却機能・遮へい機能維持の確認

使用済燃料ピットからの溢水量がピット外に流出した際の使用 済燃料ピット水位を求め、ピット冷却(保安規定で定めた水温 65 )に必要な水位、および使用済燃料の遮へいに必要な水位が確 保されていることを確認した。確認結果を表 -3,表 -4 に示す。

表-3 溢水時における使用済燃料ピットの冷却機能維持の評価結果

兴과며 <b>주ピット</b> 과슈	冷却に	評価
二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二二	必要な水位	結果
11.98m	10.99m	
(EL.33.13m)	(EL.32.14m)	

使用済燃料ピットポンプ吸込側のピット接続配管の上端レベル

#### 表-4 溢水時における使用済燃料ピットの

#### 遮へい機能維持の評価結果

送水味のピット水位	遮へいに	評価
二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二 二	必要な水位	結果
11.98m	8.72m	
(EL.33.13m)	(EL.29.87m)	

(添付資料13)使用済燃料ピットのスロッシングによる溢水量評価

6. 海水ポンプエリアの溢水影響評価

溢水が海水ポンプエリアに滞留したと想定しても防護対象設備 の機能喪失高さまで到達しないことを確認した。確認結果を表 -2 に示す。なお、基準津波による設計津波高さは 3、4 号機海水ポン プ室前で EL.2.54m と評価しており、防護対象設備への影響がない ことを確認している。

	機能喪失高さ	溢水水位	評価結果
海水ポンプ	EL.4.65m	EL.3.03m	

表 -5 海水ポンプエリアの評価結果

(添付資料16)海水ポンプエリアの溢水影響評価

7.防護対象設備が設置されている建屋の外からの溢水影響

タービン建屋、屋外タンク、湧水サンプの溢水が、防護対象設備 の設置されている原子炉周辺建屋および制御建屋に及ぼす影響を 確認した。

7.1 タービン 建屋からの溢水影響

地震によりタービン建屋に設置されている循環水管の伸縮継手 や2次系設備が破損することで生じる溢水を想定し、隣接する制御 建屋に及ぼす溢水影響を確認した。

循環水ポンプが停止するまでの間に生じる溢水量およびタービン建屋内の保有水量を合算して求めたタービン建屋の溢水は地下部に滞留し、制御建屋への浸水高さを下回ることを確認した。確認結果を表 -6 に示す。

なお、基準津波による設計津波高さは 3、4 号機循環水ポンプ室 前で EL.2.85mと評価されるため津波が地上を遡上することはな く、また、循環水管を経由したタービン建屋への流入量は循環水ポ ンプが停止するまでの間に生じる溢水量に比べて十分小さい。

	制御建屋への	⇒ / <b>≖</b> /± 用	
□ □ □	浸水高さ	計 1	
EL.約 8.5m	EL.13.8m		

表-6 タービン建屋の評価結果

(添付資料17)タービン建屋からの溢水影響

7.2 屋外タンクからの溢水影響

屋外タンクが地震により破損しないことを確認した。また、接続 配管の破損を想定した溢水が原子炉周辺建屋周囲まで到達しない ことを確認した。

(添付資料18)屋外タンクからの溢水影響

#### 7.3 湧水サンプからの溢水影響

湧水サンプの出入口扉を水密扉としていることから、湧水サンプ からの溢水が原子炉周辺建屋に流入することはないことを確認し た。

(添付資料19)湧水サンプからの溢水影響

添付資料1	重要度の特に高い安全機能を有する系統
添付資料 2	使用済燃料ピットの冷却・給水機能を有する系統
添付資料3	防護対象設備リスト
添付資料4	溢水源の抽出
添付資料 5	溢水
添付資料6	溢水影響評価において期待することができる設備
添付資料7	想定破損等により生じる溢水影響評価
添付資料 8	消火活動に係る時間設定の考え方
添付資料 9	消火栓からの放水による溢水影響評価
添付資料10	消火栓からの放水による溢水経路図(代表例)
添付資料11	耐震 B、C クラス機器の耐震評価方法および評価結果
添付資料12	地震時に溢水源として想定する機器リスト
添付資料13	使用済燃料ピットのスロッシングによる溢水量評価
添付資料14	溢水経路、溢水水位および機能喪失高さの考え方
添付資料15	地震に起因する溢水影響評価(溢水経路図含む)
添付資料16	海水ポンプエリアの溢水影響評価
添付資料17	タービン建屋からの溢水影響
添付資料18	屋外タンクからの溢水影響
添付資料19	湧水サンプからの溢水影響

重要度の特に高い安全機能を有する系統

1.はじめに

溢水の影響評価にあたっては、発電所内で発生した溢水に対し て、重要度の特に高い安全機能を有する系統が、その安全機能を 失わないこと(多重化された系統が同時にその機能を失わないこ と)を確認することとしているが、溢水により原子炉に外乱が及び、 かつ、安全保護系、原子炉停止系の作動を要求される場合には、 その影響(溢水)を考慮する必要がある。

これらの要求を踏まえ、以下の設備を溢水の防護対象設備とする。

原子炉の高温停止及び低温停止に必要な設備

溢水に起因する原子炉外乱に対処するために必要な設備 本資料は、上記の防護対象設備の抽出の考え方をまとめたもの である。

尚、格納容器内に設置される設備のうち、重要度の特に高い安 全機能を有する系統は、原子炉冷却材喪失(LOCA)時の格納容器内 の状態(温度・圧力条件及び溢水影響)を考慮した耐環境仕様であ るため、溢水の防護対象設備からは除外する。

2. 原子炉の高温停止及び低温停止に必要な設備

図 -1 に原子炉を低温停止に移行する際のフローを示す。原子炉 の高温停止及び低温停止に必要な機能は以下の通りであり、これ らの機能を達成するために必要な設備を溢水防護の対象に選定す る。

・原子炉停止:原子炉停止系(制御棒)

・ほう酸添加:原子炉停止系

(化学体積制御系のほう酸水注入機能)

- ・崩壊熱除去:補助給水系、主蒸気系、余熱除去系
- ・1 次系減圧:加圧器逃がし弁

(及び原子炉補機冷却水系等、上記系統の関連系)

220

3. 溢水に起因する原子炉外乱に対処するために必要な設備

(1) 溢水評価上考慮すべき原子炉外乱

旧発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針を参考 に、過渡事象及び事故を対象として、溢水により、発生する可能 性のある原子炉外乱を表 -1 及び表 -2 に整理する。尚、表 -1 及び 表 -2 では、原子炉冷却材喪失(LOCA)のように、溢水によって発生 する事象ではないが、溢水の原因となり得る事象であるため、溢 水評価上考慮すべき事象も含めている。

# 表 -1 溢水によって発生する起因事象の抽出

# (運転時の異常な過渡変化)

起因事象	考慮	スクリーンアウトする理由
	要否	
原子炉起動時における制御棒		
の異常な引き抜き		
出力運転中の制御棒の異常な		
引き抜き		
制御棒の落下及び不整合		
原子炉冷却材中のほう素の異		
常な希釈		
原子炉冷却材流量の部分喪失		
原 子 炉 冷 却 材 系 の 停 止 ル ー プ	-	停 止 ル ー プ の 低 温 の 冷 却 材
の誤起動		が炉心に注入され、炉心に正
		の 反 応 度 が 添 加 さ れ た 後 の
		反応度フィードバック効果
		により原子炉出力は低下し
		整定する。
		このように、本事象では対処
		設備は不要であるため、溢水
		評価上考慮不要
外部電源喪失	-	外部電源喪失により常用電
		源が喪失することから、「主
		給水流量喪失」及び「原子炉
		冷却材流量の喪失」に包絡さ
		れる
主給水流量喪失		
蒸気負荷の異常な増加	-	蒸気負荷が増加し、炉心に正
		の 反 応 度 が 添 加 さ れ た 後 の

	反応度フィードバック効果
	により原子炉出力は抑制さ
	れ整定する。
	このように、本事象では対処
	設備は不要であるため、溢水
	評価上考慮不要
2次冷却系の異常な減圧	
蒸気発生器への過剰給水	
負荷の喪失	
原子炉冷却材系の異常な減圧	
出力運転中の非常用炉心冷却	
系の誤起動	

起因事象	考慮	スクリーンアウトする理由
	要否	
原子炉冷却材喪失(LOCA)		溢水の原因となり得る事象
		であるため、対象として考慮
		する。
原子炉冷却材流量の喪失		
原子炉冷却材ポンプの軸固着		溢水の発生によって原子炉
	-	冷却材ポンプの回転軸は固
		着しない。
主給水管破断		溢水の原因となり得る事象
		であるため、対象として考慮
		する。
主蒸気管破断		同上
制御棒飛び出し		同上
蒸気発生器伝熱管破損		溢水の発生によって蒸気発
	-	生器の伝熱管は破損しない。

表 -2 溢水によって発生する起因事象の抽出(事故)

(2) 溢水評価上考慮すべき原子炉外乱に対処するための系統設備

表 -1 及び表 -2 に示す溢水評価上考慮すべき原子炉外乱に対処 するための系統設備を表 -3 に示す。

表 -3 の ~ の起因事象で原子炉が自動停止する場合は、通常 の高温停止に必要な系統(安全保護系、原子炉停止系及び補助給水 系)により、原子炉を冷却していくため、これらの系統を溢水防護 の対象に選定する。

一方、 ~ のような過冷却事象及び1次系の減圧事象では、1 次系の圧力低下等を伴うため、高圧注入系が自動で動作する可能 性があり、前述の原子炉を高温停止まで冷却する系統に高圧注入 系を加えて溢水防護の対象に選定する。

また、 原子炉冷却材喪失(LOCA)等では、炉心の冷却及び格納 容器の冷却・減圧・隔離のため、低圧注入系、格納容器スプレイ系 及び格納容器隔離弁を加えて溢水防護の対象に選定する。

なお、これらの系統により事象を収束させた後には、LOCA 等 1 次冷却系統の健全性が損なわれる事象を除き、余熱除去系等を用 いて低温停止に移行する(図 -1 参照)。

この一連の対応により、原子炉を「止める」、「冷やす」、「閉じ 込める」の機能が果たされる。

溢水評価上想定する事象	左記事象に対する	備考
	対 処 機 能	(対象系統)
「原子炉起動時における制	・原子炉トリップ	・安全保護系
御棒の異常な引き抜き」「出	・補助給水	・原 子 炉 停 止
力運転中の制御棒の異常な		系
引き抜き」「制御棒の落下及		・補助給水系
び不整合」		
「原子炉冷却材中のほう素の		*1 主給水バイ
異常な希釈」		パス制御弁開
(ほう素濃度制御系異常)		*2 復水ポンプ
「原子炉冷却材流量の部分喪		停止、主給水
失」及び「原子炉冷却材流量		制 御 弁・隔 離
の喪失」		弁閉
(1 次 冷 却 材 ポ ン プ 停 止 )		*3 タービント
蒸気発生器への過剰給水		リップ
(主給水制御弁開他*1)		
主給水流量喪失		
(主給水ポンプ停止他*2)		
負荷の喪失		
(主蒸気隔離弁閉他*3)		
出力運転中の非常用炉心		
冷却系の誤起動		
主給水管破断		
2次冷却系の異常な減圧	上記機能に加え、	上記系統に加
(タービンバイパス弁開他*4)	・高圧注入	え、
原子炉冷却材系の異常な		・高圧注入系
減圧		*4 主蒸気逃が
(加圧器逃がし弁開*5)		し 弁 開 、 タ ー

表 -3 溢水評価上想定する事象とその対処系統

主蒸気管破断		ビン蒸気加減
		弁開
		*5 加圧器逃が
		しスプレイ弁
		開
		加 圧 器 補 助
		スプレイ弁開
「 原 子 炉 冷 却 材 喪 失 ( LOCA ) 」	上記機能に加え、	上記系統に加
及び「制御棒飛び出し」	・低圧注入	え、
	・格納容器スプレ	低圧注入系
	イ	・格 納 容 器 ス
	・格納容器隔離	プレイ系
		・格 納 容 器 隔
		離弁



使用済燃料ピットの冷却・給水機能を有する系統

1.はじめに

溢水の影響評価にあたっては、発電所内で発生した溢水に対し て、使用済燃料ピットの冷却機能および遮蔽機能を維持するため に必要となる系統を抽出する。

2. 使用 済 燃 料 ピットの 冷却・給水機能に必要な設備

使用済燃料ピットを保安規定で定めた水温(65 以下)に維持す る必要があるため、使用済燃料ピット冷却系統を抽出した。

また、使用済燃料ピットの放射線を遮へいするための水量を維持する必要があるため、使用済燃料ピット給水系統を抽出した。 選定フローを図 -1 に示す。



図 -1 使用済燃料ピットの冷却・給水機能を有する系統

#### 3号機防護対象設備リスト(1/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
補助給水系統	3A,3B電動補助給水ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.65m
補助給水系統	3タービン動補助給水ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.1m
補助給水系統	3タービン動補助給水ポンプ起動弁A,B (3V ₩S 570A,B)	原子炉周辺建屋	EL.33.6m	EL.34.5m
補助給水系統	3タービン動補助給水ポンプ起動盤A,B (3TDF A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.2m
補助給水系統	3A,3B,3C,3D蒸気発生器補助給水流量 (3FT-3716,3726,3736,3746)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.0m
補助給水系統	3復水ピット水位 , (3LT 3760,3761)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.26.05m
補助給水系統	3A,3B,3C,3D補助給水隔離弁 (3V FW <del>5</del> 74A,B,C,D)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.26.88m
補助給水系統	3復水ピット	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	-
ほう酸注入系統	3A,3B充てんポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.74m
ほう酸注入系統	30充てんポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.28m
ほう酸注入系統	3C充てんポンプ速度制御盤 (3CSC)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.97m
ほう酸注入系統	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.2m
ほう酸注入系統	3A,3B,3C1,3C2充てんポンプ現場操作箱 (3LB 5,6,7,8)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
ほう酸注入系統	3緊急ほう酸注入ライン補給弁 (3∀ €S 573)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.21.3m
ほう酸注入系統	3充てんポンプ入口燃料取替用水ピット側補給弁A,B (3LCV -121D,E)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
ほう酸注入系統	3A,3Bほう酸ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.62m
ほう酸注入系統	3A,3Bほう酸ポンプ現場操作箱 (3LB <del>9</del> ,10)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
ほう酸注入系統	3充てんライン止め弁 (3V CS -155)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
ほう酸注入系統	3体積制御タンク出口第1止め弁 (3LCV <i>-</i> 121B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.7m
ほう酸注入系統	3体積制御タンク出口第2止め弁 (3LCV -121C)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.7m
ほう酸注入系統	3充てんライン格納容器隔離弁 (3V €S -157)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.21.6m
ほう酸注入系統	3封水冷却器	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	-
ほう酸注入系統	3A,3B封水注入フィルタ	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	-
ほう酸注入系統	3封水ストレーナ	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	-
ほう酸注入系統	3体積制御タンク	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	-
ほう酸注入系統	3A,3Bほう酸タンク水位 (3LT -206,208)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.1m
ほう酸注入系統	3A,3Bほう酸タンク	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	-

#### 3号機防護対象設備リスト(2/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
ほう酸注入系統	3ほう酸フィルタ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	-
余熱除去系統	3A,3B余熱除去ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.35m
余熱除去系統	3A,3B余熱除去ポンプ現場操作箱 (3LB -14,15)	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.7m
余熱除去系統	3A,3B余熱除去ポンプ出口流量 (3FT <del>6</del> 01,611)	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.6m
余熱除去系統	3A,3B余熱除去ポンプミニマムフローライン止め弁 (3FCV-601,611)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.8m
余熱除去系統	3A,3B余熱除去冷却器	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	-
制御空気系統	3A,3B制御用空気圧縮機制御盤 (3IAC A,B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.6m
制御空気系統	3A,3B制御用空気圧縮器	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.7m
制御空気系統	3A,3B制御用空気供給母管圧力 (3PT -1800,1810)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.0m
制御空気系統	3A•C,3B•C制御用空気母管連絡弁 (3V-IA-501A,B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.6m
制御空気系統	3A,3B制御用空気乾燥器 (3IAH1A,B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	-
制御空気系統	3A,3B制御用空気だめ (3IAT1A,B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	-
制御空気系統	3A,3B制御用空気主蒸気逃がし弁等供給ライン止め弁 (3V-IA-505A,B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.6m
原子炉補機冷却水系統	3A,3B余熱除去冷却器冷却水止め弁 (3V-CC -114A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.6m
原子炉補機冷却水系統	3原子炉補機冷却水サージタンク	原子炉周辺建屋	EL.39.0m	-
原子炉補機冷却水系統	3A,3B原子炉補機冷却水冷却器	制御建屋	EL.7.Om	-
原子炉補機冷却水系統	3A,3B,3C,3D原子炉補機冷却水ポンプ	制御建屋	EL.7.Om	EL.9.47m
原子炉補機冷却水系統	3A,3B,3C,3D原子炉補機冷却水ポンプ現場操作箱 (3LB -20,21,22,23)	制御建屋	EL.7.Om	EL.9.9m
原子炉補機冷却水系統	3A・C,3B・C原子炉補機冷却水戻り母管連絡弁 (3V-CC-043A,B)	制御建屋	EL.7.Om	EL.7.7m
原子炉補機冷却水系統	3A•C,3B•C原子炉補機冷却水供給母管連絡弁 (3V-CC-056A,B)	制御建屋	EL.7.Om	EL.7.7m
原子炉補機冷却水系統	34廃棄物処理建屋冷却水供給ライン第1,2止め弁(3号機側) (34∀ ℃ 600,601)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.8m
原子炉補機冷却水系統	3原子炉補機冷却水サージタンク水位 , (3LT -1200,1201)	原子炉周辺建屋	EL.39.0m	EL.40.1m
原子炉補機冷却水系統	3A,3B格納容器スプレイ冷却器冷却水止め弁 (3V-CC-178A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.7m
電気盤	3主盤 (原子炉盤) (3MCB)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.964m
電気盤	3原子炉補助盤 (3RAB)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.985m
電気盤	3原子炉安全保護計装盤 , , , , ( 3RPR - , , , )	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.828m
電気盤	3A,3B,3C,3D原子炉安全保護ロジック盤 (3RPL A,B,C,D)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.958m

#### 3号機防護対象設備リスト(3/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
電気盤	3安全保護シーケンス盤AG1,AG2,BG1,BG2 (3SFS A1,A2,B1,B2)	制御建屋	EL.21.8m	EL.22.0m
電気盤	3A1,3A2,3A3,3A4,3B1,3B2,3B3,3B4ソレノイド分電盤 (3SD A1,A2,A3,A4,B1,B2,B3,B4)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.09m
電気盤	3原子炉トリップ遮断器盤 (3RTS)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.162m
電気盤	3A,3Bドロッパ盤 (3BCP A -DRP,3BCP B -DRP)	制御建屋	EL.15.8m	EL.15.92m
電気盤	3A,3B直流き電盤 (3DMP A,B)	制御建屋	EL.15.8m	EL.15.92m
電気盤	3A,3B直流分電盤 (3DDP A,B)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.28m
電気盤	3A,3B蓄電池	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.602m
電気盤	3A,3B充電器盤 (3BCP A,B)	制御建屋	EL.15.8m	EL.15.92m
電気盤	3A1,3A2,3B1.3B2メタルクラッドスイッチギア (3MC A1,A2,B1,B2)	制御建屋	EL.15.8m	EL.15.95m
電気盤	A1,3A2,3B1,3B2パワーセンタ 3PC A1,A2,B1,B2) 制御建屋		EL.15.8m	EL.15.862m
電気盤	1,3A2,3B1,3B2原子炉コントロールセンタ 3RCC A1,A2,B1,B2) 制		EL.15.8m	EL.16.01m
電気盤	3A,3B,3C,3D計装用電源盤(1)~(3) (3IBC A,B,C,D)	制御建屋	EL.15.8m	EL.15.9m
電気盤	3A1,3A2,3B1,3B2,3C1,3C2,3D1,3D2計装用分電盤 (3IPD_A1,A2,B1,B2,C1,C2,D1,D2)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.09m
電気盤	3A,3B,3C,3D計装用交流電源切替盤 (3ISP A,B,C,D)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.13m
電気盤	3所内盤 (3HSB)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.9m
電気盤	3AC,3BD計装用後備分電盤 (3IBD AC,BD)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.09m
原子炉補機冷却海水系統	3A,3B原子炉補機冷却水冷却器海水止め弁 (3V &W 570A,B)	制御建屋	EL.7.Om	EL.9.7m
原子炉補機冷却海水系統	3海水ポンプ出口3A,3B,3C,3D海水ストレーナ (3S &W 01A,B,C,D)	海水ポンプ ピット	EL.1.Om	-
原子炉補機冷却海水系統	3A,3B,3C海水ポンプ	海水ポンプ ピット	EL.2.5m	EL.4.65m
原子炉補機冷却海水系統	3A,3B1,3B2,3C海水ポンプ現場操作箱 (3LB -26,27,28,29)	海水ポンプ ピット	EL.2.5m	EL.6.5m
非常用電源系統	3A,3Bディーゼル発電機コントロールセンタ (3GCC A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.24m
非常用電源系統	3A,3Bディーゼル機関	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.3.9m
非常用電源系統	3A,3Bディーゼル発電機	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.3.78m
非常用電源系統	3A,3Bディーゼル発電機制御盤 (3DGC A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.095m
C Vスプレイ系統	3A,3B格納容器スプレイヘッダ冷却器出口格納容器隔離弁 (3V CP -024A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統		原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	3よう素除去薬品タンク	原子炉周辺建屋	*	*

#### 3号機防護対象設備リスト(4/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
C Vスプレイ系統	3格納容器圧力(広域) , , , (3PT <del>9</del> 50,951.952,953)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	3A,3B格納容器スプレイポンプ	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	3A,3B格納容器スプレイポンプ現場操作箱 (3LB -18,19)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	3A,3B格納容器スプレイポンプ燃料取替用水ピット側入口止め弁 (3V CP -001A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	3A,3B格納容器スプレイポンプ再循環サンプ側入口格納容器隔離弁 (3V CP -003A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	3A,3Bよう素除去薬品注入ライン第1止め弁 (3V <del>C</del> P -054A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	3A,3Bよう素除去薬品注入ライン第2止め弁 (3V CP -056A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
高圧注入系統	3A,3B高圧注入ポンプ格納容器再循環サンプ側入口格納容器隔離弁 (3V SI 093A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
高圧注入系統	3A,3B余熱除去ポンプRWSピット及び再循環サンプ側入口弁 (3V SI 096A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
高圧注入系統	3A,3B高圧注入ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.3.85m
高圧注入系統	3A,3B高圧注入ポンプ現場操作箱 (3LB -12,13)	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.7m
高圧注入系統	3A,3B高圧注入ポンプ燃料取替用水ピット側入口弁 (3V SI -002A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
高圧注入系統	3A,3B低圧注入ポンプミニマムフローライン第1止め弁 (3V &I 015A,B)	原子炉周辺建屋	EL.6.6m	EL.7.1m
高圧注入系統	3A,3B高圧注入ポンプミニマムフローライン第2止め弁 (3V SI 016A,B)	原子炉周辺建屋	EL.6.6m	EL.7.1m
高圧注入系統	3A高圧注入流量( ),3B高圧注入流量( ) (3FT <del>-9</del> 62,963)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.9m
高圧注入系統	3燃料取替用水ピット水位 , , , , (3LT -1400,1401,1402,1403 )	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.1m
高圧注入系統/使用済燃 料ピット給水系統	3燃料取替用水ピット	原子炉周辺建屋	EL.18.5m	-
使用済燃料ピット冷却系 統	3A,3B使用済燃料ピット冷却器	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	-
使用済燃料ピット冷却系 統	3A,3B使用済燃料ピット	原子炉周辺建屋	EL.33.6m	-
使用済燃料ピット冷却系 統	3A,3B使用済燃料ピットポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.76m
使用済燃料ピット冷却系 統	3A,3B使用済燃料ピットポンプ現場操作箱 (3LB <del>-</del> 24,25)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
使用済燃料ピット給水系 統	3A,3B燃料取替用水ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.64m
使用済燃料ピット給水系 統	3A,3B燃料取替用水ポンプ現場操作箱 (3LB -33,34)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.3m
主蒸気系統 (主蒸気逃がし弁等)	3A,3B,3C,3D主蒸気逃がし弁 (3PCV-3610,3620,3630,3640)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.36.9m
主蒸気系統 (主蒸気逃がし弁等)	, , , , ,3A,3B,3C,3D主蒸気圧力 (3PT 465,466,467,468,475,476,477,478,485,486,487,488, 495,496,497,498)	原子炉周辺建屋	EL.29.0m	EL.30.0m
主蒸気系統 (主蒸気逃がし弁等)	3A,3B,3C,3D主蒸気隔離弁 (3V ₩S -533A,B,C,D)	原子炉周辺建屋	EL.29.0M	EL.29.6m
主蒸気系統 (主蒸気逃がし弁等)	4A -1~5,4B -1~5,4C -1~5,4D -1~5主蒸気安全弁 (3V 州S -526~530A,B,C,D)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.38.1m

#### 3号機防護対象設備リスト(5/6)

系統	設備	設備設置建屋設置高		設置建屋 設置高さ 様	機能喪失高さ	
空調系	3A,3B,3C,3D空調用冷凍機	制御建屋	EL.10.0m	EL.10.4m		
空調系	3A,3B,3C,3D空調用冷水ポンプ	制御建屋	EL.10.0m	EL.10.58m		
空調系	3A,3B中央制御室空調ユニット冷水温度制御弁 (3TCV-2878,2879)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.4m		
空調系	34C,34D安全補機開閉器室空調ユニット冷水温度制御弁 (34TCV -2800,2801)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.Om		
空調系	3空調用冷水Nヘッダ供給,戻りライン止め弁 (3V-CH-032,033)	制御建屋	EL.10.0m	EL.10.8m		
空調系	3A,3B中央制御室空調ファン	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.35m		
空調系	3A,3B中央制御室循環ファン	制御建屋	EL.26.1m	EL.26.4m		
空調系	3A,3B中央制御室空調ファン出口ダンパ (3D -VS -603A,B)	制御建屋	EL.26.1m	EL29.9m		
空調系	A,3B中央制御室循環ファン入口ダンパ 3D √S 604A,B) 制御建屋		EL.26.1m	EL.27.5m		
空調系	3A,3B中央制御室循環流量調節ダンパ (3HCD -2885,2886)	N,3B中央制御室循環流量調節ダンパ 3HCD-2885,2886) 制御建屋		EL.27.5m		
空調系	中央制御室温度(1),(2) 制御建屋 (3TS -2908,2909)		EL.21.8m	EL.22.7m		
空調系	A,38中央制御室空調ファン出口流量 3FS -2910,2911) 制御建		EL.26.1m	EL.27.4m		
空調系	3安全系電気盤室給気止めダンパA,B (3D √S 532,533)	制御建屋	EL.26.1m	EL.29.3m		
空調系	3安全系電気盤室排気止めダンパA,B (3D √S 536,537)	制御建屋	EL.28.7m	EL.29.5m		
空調系	3A,3B安全補機開閉器室温度 (3TS -2817,2818)	制御建屋	EL.15.8m	EL.17.2m		
空調系	3A,3B制御用空気圧縮機室給気ファン	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.24m		
空調系	3制御用空気圧縮機室温度(1),(2),(3),(4) (3TS -2771,2772,2773,2774)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.5m		
空調系	3制御用空気圧縮機室排気ダンパA,B (3D -VS 431A,B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.22.2m		
空調系	3A,3B電動補助給水ポンプ室給気ファン	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.26m		
空調系	3A,3B電動補助給水ポンプ室温度(1),(2) (3TS -2741,2742,2743,2744)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.4m		
空調系	3電動補助給水ポンプ室排気ダンパA,B (3D √S 411A,B)	原子炉周辺建屋	EL.21.3m	EL.23.3m		
空調系	3A1,3A2,3B1,3B2ディーゼル発電機室給気ファン	原子炉周辺建屋	EL.33.6m	EL.34.25m		
空調系	3A,3Bディーゼル発電機室温度(1),(2),(3),(4) (3TS -2701,2702,2703,2704,2711,2712,2713,2714)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.3m		
空調系	3ディーゼル発電機室排気ダンパA1,A2,B1,B2 (3D √S 401A,B,403A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.14.0m		
空調系	 3A,3B安全補機室冷却ファン	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.94m		
空調系	3A,3B安全補機室温度(1),(2) (3TS-2680,2681,2690,2691)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.3m		
空調系		原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.46m		

### 3号機防護対象設備リスト(6/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
空調系	3A,3Bほう酸ポンプ室空調ファン給気加熱コイル	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.4m
空調系	3A,3Bほう酸ポンプ室温度調節計 (3TC -2601,2611)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.7m
空調系	3ほう酸タンク室温度(1),(2),(3),(4) (3TS -2602,2603,2612,2613)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.3m
空調系	3換気空調盤 (3VB)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.97m
空調系	3A1,3A2,3B1,3B2中央制御室外換気空調盤 (3VEP A1,A2,B1,B2)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.26.375m
空調系	34A,34B安全補機開閉器室空調ファン	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.88m
空調系	34C,34D安全補機開閉器室空調ファン	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.88m
空調系	3A,3B中央制御室循環ダンバ流量設定 (3HC -2885,2886)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.5m
空調系	3A,3B安全補機室冷却ファン現場操作箱 (3LB -82,83)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.3m
空調系	3A1・A2,3B1・B2ディーゼル発電機室給気ファン現場操作箱 (3LB -84,85)	原子炉周辺建屋	EL.33.6m	EL.34.8m
空調系	3A,3B電動補助給水ポンプ室給気ファン現場操作箱 (3LB -86,87)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.3m
空調系	3A,3B制御用空気圧縮機室給気ファン現場操作箱 (3LB <del>9</del> 0,91)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.3m
空調系	3A,3B中央制御室循環ファン現場操作箱 (3LB <del>9</del> 5,96)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.3m
空調系	3A,3B中央制御室空調ファン現場操作箱 (3LB -101,102)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.3m
空調系	3A,3B,3C,3D空調用冷水ポンプ現場操作箱 (3LB -103,104,105,106)	制御建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
空調系	34A,34B,34C,34D安全補機開閉器室空調ファン現場操作箱 (34LB -13,14,20,21)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.3m
空調系	3A,3Bほう酸ポンプ室空調ファン現場操作箱 (3LB -77,78)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.2m

注)「\*」の設備は原子炉冷却材喪失(LOCA)時に必要な設備であるが、以下の理由から検討対象外とした。

・格納容器内に設置される設備は、LOCA時の格納容器内の状態(温度・圧力及び溢水影響)を考慮した耐環境仕様としている。

・格納容器外に設置される設備は、LOCA時の影響を受けない。

#### 4号機防護対象設備リスト(1/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
補助給水系統	4復水ピット	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	-
補助給水系統	4A,4B電動補助給水ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.65m
補助給水系統	4タービン動補助給水ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.1m
補助給水系統	4タービン動補助給水ポンプ起動弁A,B (4V ₩S 570A,B)	原子炉周辺建屋	EL.33.6m	EL.34.5m
補助給水系統	4タービン動補助給水ポンプ起動盤A,B (4TDF A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.2m
補助給水系統	4A,4B,4C,4D蒸気発生器補助給水流量 (4FT-3716,3726,3736,3746)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.1m
補助給水系統	4復水ピット水位 , (4LT -3760,3761)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.26.06m
補助給水系統	4A,4B,4C,4D補助給水隔離弁 (4V FW 574A,B,C,D)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.26.93m
ほう酸注入系統	4A,4B充てんポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.74m
ほう酸注入系統	4C充てんポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.28m
ほう酸注入系統	4C充てんポンプ速度制御盤 (4CSC)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.Om
ほう酸注入系統	4C充てんポンプ速度制御補助盤 (4CSAC)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.2m
ほう酸注入系統	4A,4B,4C1,4C2充てんポンプ現場操作箱 (4LB -5,6,7,8)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
ほう酸注入系統	4封水冷却器	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	-
ほう酸注入系統	4A,4B封水注入フィルタ	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	-
ほう酸注入系統	4封水ストレーナ	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	-
ほう酸注入系統	4体積制御タンク	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	-
ほう酸注入系統	4緊急ほう酸注入ライン補給弁 (4V-CS 573)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.21.3m
ほう酸注入系統	4充てんポンプ入口燃料取替用水ピット側補給弁A,B (4LCV -121D,E)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
ほう酸注入系統	4A,4Bほう酸ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.62m
ほう酸注入系統	4A,4Bほう酸ポンプ現場操作箱 (4LB -9,10)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
ほう酸注入系統	4A,4Bほう酸タンク水位 (4LT-206,208)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.1m
ほう酸注入系統	4A,4Bほう酸タンク	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	-
ほう酸注入系統		原子炉周辺建屋	EL.10.0m	-
ほう酸注入系統	4充てんライン止め弁 (4V-CS 155)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
ほう酸注入系統	4体積制御タンク出口第1止め弁 (4LCV -121B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.7m
ほう酸注入系統	4体積制御タンク出口第2止め弁 (4LCV -121C)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.7m

#### 4号機防護対象設備リスト(2/6)

系統	設 備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
ほう酸注入系統	4充てんライン格納容器隔離弁 (4V-CS-157)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.21.6m
余熱除去系統	4A,4B余熱除去ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.35m
余熱除去系統	4A,4B余熱除去冷却器	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	-
余熱除去系統	4A,48余熱除去ポンプ現場操作箱 (4LB -14,15)	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.7m
余熱除去系統	4A,4B余熱除去ポンプ出口流量 (4FT -601,611)	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.5m
余熱除去系統	4A,4B余熱除去ポンプミニマムフローライン止め弁 (4FCV-601,611)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.8m
制御空気系統	4A,4B制御用空気圧縮機制御盤 (4IAC A,B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.6m
制御空気系統	4A,4B制御用空気圧縮機	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.69m
制御空気系統	4A,4B制御用空気乾燥器 (4IAH1A,B)	EL.17.1m	-	
制御空気系統	4A,4B制御用空気だめ (4IAT1A,B)	EL.17.1m	-	
制御空気系統	4A,4B制御用空気供給母管圧力 (4PT -1800,1810)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.2m
制御空気系統	A・C,4B・C制御用空気母管連絡弁 原子炉周4V-IA 501A,B)		EL.17.1m	EL.17.6m
制御空気系統	4A,4B制御用空気主蒸気逃がし弁等供給ライン止め弁 (4V-IA-505A,B) 原子炉周辺建屋		EL.17.1m	EL.17.6m
原子炉補機冷却水系統	4A,4B,4C,4D原子炉補機冷却水ポンプ	4A,4B,4C,4D原子炉補機冷却水ポンプ 制御建屋		EL.9.47m
原子炉補機冷却水系統	4A,4B,4C,4D原子炉補機冷却水ポンプ現場操作箱 (4LB-20,21,22,23) 制御建屋		EL.7.Om	EL.9.9m
原子炉補機冷却水系統	4原子炉補機冷却水サージタンク 原子炉周辺建屋		EL.42.0m	-
原子炉補機冷却水系統	4A,4B原子炉補機冷却水冷却器	制御建屋	EL.7.Om	-
原子炉補機冷却水系統	4A・C,4B・C原子炉補機冷却水戻り母管連絡弁 (4V-CC 043A,B)	制御建屋	EL.7.Om	EL.7.7m
原子炉補機冷却水系統	4A•C,4B•C原子炉補機冷却水供給母管連絡弁 (4V-CC 056A,B)	制御建屋	EL.7.Om	EL.7.7m
原子炉補機冷却水系統	34廃棄物処理建屋冷却水供給ライン第1,2止め弁(4号機側) (4V-CC-605,606)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.7m
原子炉補機冷却水系統	4A,4B余熱除去冷却器冷却水止め弁 (4V-CC-114A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.6m
原子炉補機冷却水系統	4A,4B格納容器スプレイ冷却器冷却水止め弁 (4V-CC-178A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.7m
原子炉補機冷却水系統	4原子炉補機冷却水サージタンク水位 , (4LT -1200,1201)	原子炉周辺建屋	EL.39.0m	EL.40.0m
電気盤	4主盤(原子炉盤) (4MCB)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.964m
電気盤	4原子炉補助盤 (4RAB)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.985m
電気盤	4原子炉安全保護計装盤 , , , (4RPR - , , , )	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.828m
電気盤	4A,4B,4C,4D原子炉安全保護ロジック盤 (4RPL A,B,C,D)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.958m

#### 4号機防護対象設備リスト(3/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
電気盤	4安全保護シーケンス盤AG1,AG2,BG1,BG2 (4SFS A1,A2,B1,B2)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.97m
電気盤	4A1,4A2,4A3,4A4,4B1,4B2,4B3,4B4ソレノイド分電盤 (4SD A1,A2,A3,A4,B1,B2,B3,B4)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.09m
電気盤	4原子炉トリップ遮断器盤 (4RTS)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.162m
電気盤	4A,4Bドロッパ盤 (4BCP A -DRP,4BCP B -DRP)	制御建屋	EL.15.8m	EL.15.92m
電気盤	4A,4B直流き電盤 (4DMP A,B)	制御建屋	EL.15.8m	EL.15.92m
電気盤	4A,4B直流分電盤 (4DDP A,B)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.28m
電気盤	4A,4B蓄電池	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.602m
電気盤	4A,4B充電器盤 (4BCP A,B)	制御建屋	EL.15.8m	EL.15.92m
電気盤	4A1,4A2,4B1.4B2メタルクラッドスイッチギア (4MC A1,A2,B1,B2)	EL.15.8m	EL.15.95m	
電気盤	4A1,4A2,4B1,4B2パワーセンタ (4PC A1,A2,B1,B2)	EL.15.8m	EL.15.862m	
電気盤	\1,4A2,4B1,4B2原子炉コントロールセンタ 4RCC A1,A2,B1,B2) 制御建屋		EL.15.8m	EL.16.01m
電気盤	A,4B,4C,4D計装用電源盤(1)~(3) 4IBC A,B,C,D) 制御建屋		EL.15.8m	EL.15.9m
電気盤	4A1,4A2,4B1,4B2,4C1,4C2,4D1,4D2計装用分電盤 (4IPD_A1,A2,B1,B2,C1,C2,D1,D2)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.09m
電気盤	4A,4B,4C,4D計装用交流電源切替盤 (4ISP A,B,C,D)	4A,4B,4C,4D計装用交流電源切替盤 (4ISP A,B,C,D) 制御建屋		EL.16.13m
電気盤	4所内盤 (4HSB)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.9m
電気盤	4AC,4BD計装用後備分電盤 (4IBD AC,BD)	制御建屋	EL.15.8m	EL.16.09m
原子炉補機冷却海水系統	4A,4B原子炉補機冷却水冷却器海水止め弁 (4V SW 570A,B)	制御建屋	EL.7.Om	EL.9.7m
原子炉補機冷却海水系統	4A,4B,4C海水ポンプ	海水ポンプ ピット	EL.2.5m	EL.4.65m
原子炉補機冷却海水系統	4A,4B1,4B2,4C海水ポンプ現場操作箱 (4LB -26,27,28,29)	海水ポンプ ピット	EL.2.5m	EL.6.4m
原子炉補機冷却海水系統	4海水ポンプ出口4A,4B,4C,4D海水ストレーナ (4S -SW 01A,B,C,D)	海水ポンプ ピット	EL.1.Om	-
非常用電源系統	4A,4Bディーゼル発電機コントロールセンタ (4GCC A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.24m
非常用電源系統	4A,4Bディーゼル機関	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.3.9m
非常用電源系統	4A,4Bディーゼル発電機	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.3.78m
非常用電源系統	4A,4Bディーゼル発電機制御盤 (4DGC A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.095m
C Vスプレイ系統	4格納容器圧力(広域) , , , (4PT - <del>9</del> 50,951,952,953)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統		原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	4A,4B格納容器スプレイポンプ現場操作箱 (4LB -18,19)	原子炉周辺建屋	*	*

#### 4号機防護対象設備リスト(4/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
CVスプレイ系統	4A,4B格納容器スプレイ冷却器	原子炉周辺建屋	*	-
C Vスプレイ系統	4よう素除去薬品タンク	原子炉周辺建屋	*	-
CVスプレイ系統	4A,4B格納容器スプレイポンプ燃料取替用水ピット側入口止め弁 (V €P •001A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
CVスプレイ系統	4A,4B格納容器スプレイポンプ再循環サンプ側入口格納容器隔離弁 (4V -CP -003A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
CVスプレイ系統	4A,4B格納容器スプレイヘッダ冷却器出口格納容器隔離弁 (4V-CP-024A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	4A,4Bよう素除去薬品注入ライン第1止め弁 (4V-CP-054A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
C Vスプレイ系統	4A,4Bよう素除去薬品注入ライン第2止め弁 (4V-CP-056A,B)	原子炉周辺建屋	*	*
高圧注入系統	4A,4B高圧注入ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.3.85m
高圧注入系統	4A,4B高圧注入ポンプ現場操作箱 (4LB -12,13)	原子炉周辺建屋	EL.3.5m	EL.4.7m
高圧注入系統	4A,4B高圧注入ポンプ燃料取替用水ピット側入口弁 (4V \$I 402A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
高圧注入系統	4A,4B低圧注入ポンプミニマムフローライン第1止め弁 (4V \$I 015A,B)	原子炉周辺建屋	EL.6.6m	EL.7.1m
高圧注入系統	4A,4B高圧注入ポンプミニマムフローライン第2止め弁 (4V \$I 016A,B)	原子炉周辺建屋	EL.6.6m	EL.7.1m
高圧注入系統	4A,4B高圧注入ポンプ格納容器再循環サンプ側入口格納容器隔離弁 (4V SI 093A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
高圧注入系統	4A,4B余熱除去ポンプRWSピット及び再循環サンプ側入口弁 (弁4V - SI -096A,B)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.8m
高圧注入系統	4燃料取替用水ピット水位 , , , , (4LT -1400,1401,1402,1403 )	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.1m
高圧注入系統	4A高圧注入流量( ),4B高圧注入流量( ) (4FT <del>-9</del> 62,963)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.9m
高圧注入系統/使用済燃 料ピット給水系統	4燃料取替用水ピット	原子炉周辺建屋	EL.18.5m	-
使用済燃料ピット冷却系 統	4A,4B使用済燃料ピット冷却器	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	-
使用済燃料ピット冷却系 統	4A,4B使用済燃料ピットポンプ	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.79m
使用済燃料ピット冷却系 統	4A,4B使用済燃料ピットポンプ現場操作箱 (4LB -24,25)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
使用済燃料ピット冷却系 統	4A,4B使用済燃料ピット	原子炉周辺建屋	EL.33.6m	-
使用済燃料ピット給水系 統	4A,4B燃料取替用水ポンプ	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.65m
使用済燃料ピット給水系 統	4A,4B燃料取替用水ポンプ現場操作箱 (4LB -33,34)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.3m
主蒸気系統 (主蒸気逃がし弁等)	4A,4B,4C,4D主蒸気逃がし弁 (4PCV-3610,3620,3630,3640)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.36.9m
主蒸気系統 (主蒸気逃がし弁等)	,,,,,4A,4B,4C,4D主蒸気圧力 (4PT-465,466,467,468,475,476,477,478,485,486,487,488, 495,496,497,498)	原子炉周辺建屋	EL.29.0m	EL.30.0m
主蒸気系統 (主蒸気逃がし弁等)	4A,4B,4C,4D主蒸気隔離弁 (4V ₩S 533A,B,C,D)	原子炉周辺建屋	EL.29.0m	EL.29.6m
主蒸気系統 (主蒸気逃がし弁等)	4A -1~5,4B -1~5,4C -1~5,4D -1~5主蒸気安全弁 (4V -₩S -526~530A,B,C,D)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.38.0m

#### 4号機防護対象設備リスト(5/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ		
空調系	4換気空調盤 (4VB)	制御建屋	EL.21.8m	EL.21.97m		
空調系	4A1,4A2,4B1,4B2中央制御室外換気空調盤 (4VEP A1,A2,B1,B2)	原子炉周辺建屋	EL.26.0m	EL.26.375m		
空調系	4A,4B,4C,4D空調用冷凍機	制御建屋	EL.10.0m	EL.10.4m		
空調系	4A,4B,4C,4D空調用冷水ポンプ	制御建屋	EL.10.0m	EL.10.56m		
空調系	4A,4B中央制御室空調ユニット冷水温度制御弁 (4TCV -2878,2879)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.Om		
空調系	34A,34B安全補機開閉器室空調ユニット冷水温度制御弁 (34TCV -2798,2799)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.Om		
空調系	4空調用冷水Nヘッダ供給,戻りライン止め弁 (4V-CH-032,033)	制御建屋	EL.10.0m	EL.10.8m		
空調系	4A,4B中央制御室空調ファン	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.3m		
空調系	4A,4B中央制御室循環ファン	A,4B中央制御室循環ファン 制御建屋				
空調系	4A,4B中央制御室空調ファン出口ダンパ (4D-VS-603A,B)	EL.26.1m	EL.30.0m			
空調系	4A,4B中央制御室循環ファン入口ダンパ (4D-VS-604A,B)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.6m		
空調系	4A,4B中央制御室循環流量調節ダンパ (4HCD -2885,2886)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.4m		
空調系	4中央制御室温度(1),(2) (4TS - <del>2</del> 908,2909)	原子炉周辺建屋	EL.21.8m	EL.22.7m		
空調系	4A,4B中央制御室空調ファン出口流量 (4FS -2910,2911) 制御建屋		EL.26.1m	EL.27.4m		
空調系	4安全系電気盤室給気止めダンパA,B (4D -\/S -532,533)	制御建屋	EL.26.1m	EL.29.3m		
空調系	4安全系電気盤室排気止めダンパA,B (4D -VS 536,537)	制御建屋	EL.28.7m	EL.29.5m		
空調系	4A,4B安全補機開閉器室温度 (4TS -2817,2818)	制御建屋	EL.15.8m	EL.17.1m		
空調系	4A,4B制御用空気圧縮機室給気ファン	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.4m		
空調系	4制御用空気圧縮機室排気ダンパA,B (4D -\/S 431A,B)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.21.5m		
空調系	4A,4B電動補助給水ポンプ室給気ファン	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.26m		
空調系	4電動補助給水ポンプ室排気ダンパA,B (4D -VS 411A,B)	原子炉周辺建屋	EL.21.3m	EL.23.7m		
空調系	4A1,4A2,4B1,4B2ディーゼル発電機室給気ファン	原子炉周辺建屋	EL.33.6m	EL.33.9m		
空調系	4ディーゼル発電機室排気ダンパA1,A2,B1.B2 (4D √S 401A,B,403A,B )	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.14.Om		
空調系	4A,4B安全補機室冷却ファン	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.17.9m		
空調系		原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.4m		
空調系	 4A,4Bほう酸ポンプ室空調ファン給気加熱コイル	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.4m		
空調系	4A,4Bほう酸ポンプ室温度調節計 (4TC -2601,2611)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.10.7m		

#### 4号機防護対象設備リスト(6/6)

系統	設備	設置建屋	設置高さ	機能喪失高さ
空調系	34A,34B安全補機開閉器室空調ファン	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.8m
空調系	34C,34D安全補機開閉器室空調ファン	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.8m
空調系	4A,4B安全補機室冷却ファン現場操作箱 (4LB -82,83)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.3m
空調系	4A1·A2,4B1·B2ディーゼル発電機室給気ファン現場操作箱 (4LB -84,85)	原子炉周辺建屋	EL.33.6m	EL.34.8m
空調系	4A,4B電動補助給水ポンプ室給気ファン現場操作箱 (4LB-86,87)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.3m
空調系	4A,4B制御用空気圧縮機室給気ファン現場操作箱 (4LB <del>-</del> 90,91)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.3m
空調系	4A,48中央制御室循環ファン現場操作箱 (4LB- <del>9</del> 5,96)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.3m
空調系	4A,48中央制御室空調ファン現場操作箱 (4LB -101,102)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.3m
空調系	4A,4B,4C,4D空調用冷水ポンプ現場操作箱 (4LB -103,104,105,106)	制御建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
空調系	34A,34B,34C,34D安全補機開閉器室空調ファン現場操作箱 (34LB -13,14,20,21)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.3m
空調系	4A,4Bほう酸ポンプ室空調ファン現場操作箱 (4LB -77,78)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.2m
空調系	4A,4B中央制御室循環ダンパ流量設定 (4HC -2885,2886)	制御建屋	EL.26.1m	EL.27.8m
空調系	4制御用空気圧縮機室温度(1),(2),(3),(4) (4TS -2771,2772,2773,2774)	原子炉周辺建屋	EL.17.1m	EL.18.4m
空調系	4A,4B安全補機室温度(1),(2) (4TS-2680,2681,2690,2691)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.3m
空調系	4A,4B電動補助給水ポンプ室温度(1),(2) (4TS -2741,2742,2743,2744)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.4m
空調系	4A,4Bディーゼル発電機室温度(1),(2),(3),(4) (4TS -2701,2702,2703.2704,2711,2712,2713,2714)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.4m
空調系	4ほう酸タンク室温度(1),(2),(3),(4) (4TS-2602,2603,2612,2613)	原子炉周辺建屋	EL.10.0m	EL.11.4m

注)「\*」の設備は原子炉冷却材喪失(LOCA)時に必要な設備であるが、以下の理由から検討対象外とした。 ・格納容器内に設置される設備は、LOCA時の格納容器内の状態(温度・圧力及び溢水影響)を考慮した耐環境仕様としている。 ・格納容器外に設置される設備は、LOCA時の影響を受けない。

#### 溢水源の抽出

原子炉周辺建屋、制御建屋、廃棄物処理建屋における溢水源となりうる機器は以下 のとおり

建屋	フロア	機器
	EL.42.0m	原子炉補機冷却水サージタンク 配管
	EL.39.0m	
	EL.33.6m	10日 使用済燃料ピット 配管
		やお 冷却材混床式脱塩塔 冷却材陽イオン脱塩塔
		冷却材脱塩塔入口フィルタ
		対水注入フィルタ 全剰抽出冷却器
	EL.26.0m	
		区市内 燃料 ビット シャルク ブローダウンタンク 終納 突突 冷却 コニット
	<u>    10  10  10  10  10  10  10  10  10  10</u>	宿納谷留々のユニット 復水ピット 同答
3号機 百子炉	EL.18.5m	配督 燃料取替用水ピット 配管
周辺建屋		10日 封水冷却器 体痣制细点220
		体質的回りフリ 1次系薬品タンク ほう酸補給タンク
		非再生冷却器
		 女王補機 室 行 却 ユ ー ッ ト よ う 素除 去 薬 品 タンク
		ph詞 整剤 タンク 配管 佐田 済 株林 レム 和明
		使用済燃料ビット冷却器 ほう酸タンク はなままま。 (注意)
	EL.10.0m	格納容器スフレイ冷却器 余熱除去冷却器
		配管  清水冷却器
	EL.3.5m	潤滑油冷却器

建屋	フロア	機器			
	EL.42.0m EL.39.0m	原子炉補機冷却水サージタンク			
		間 間 つ つ つ つ し し し し し し し し し し し し し			
		伸田溶燃料ピット			
	EL.33.6m				
		冷却材混床式脱塩塔			
		冷却材陽イオン脱塩塔			
		冷却材脱塩塔入口フィルタ			
		冷却材フィルタ			
		封水注入フィルタ			
	EL.26.0m	余剰抽出冷却器			
		使用済燃料ビット脱塩塔			
		使用済燃料ビットノイルタ ブローダウンタンタ			
		クロータリンタンク			
		1合約谷話だ却ユーット 海水ピット			
4号機	EL.18.5m	燃料取替用水ピット			
原子炉					
周辺建屋	EL.17.1m	封水冷却器			
		体積制御タンク			
		1次系薬品タンク			
		ほう酸補給タンク			
		ノロータワン試料冷却器			
		女王補機至冷却ユニット トン表除土薬ロタンク			
		よし糸际広栄ログノン nH国敕割々い力			
	EL.10.0m	使用済燃料ピット冷却器			
		ほう酸タンク			
		格納容器スプレイ冷却器			
		余熱除去冷却器			
		配管			
	EL.3.5m	清水冷却器			
		潤滑油冷却器			
		配管			

建屋	フロア	機器
	FL 38.6m	空調用冷水膨張タンク
制御建屋	22.00.0	
		安全補機開閉器室空調ユニット
	EL.26.1m	
		放射線官理至冷却ユーツト
		山八官理至温水ダノク   和答
	FI 10 0m	工调用化水液
	LE. 10.0m	ふ」// 〒16/2/24/15/24/16
		126
		ほう酸回収装置脱塩塔フィルタ
		廃液蒸留水脱塩塔
	EL 26.0m	廃液フィルタ
	EL.20.00	格納容器雰囲気ガス試料冷却器
		ほう酸回収装置
	EL.17.5m	廃液蒸発装置
		乾燥造粒装置
座棄物		配管
机理建屋 *	EL.10.Om	<u>冷却材貯蔵タンク</u>
~~~		
		廃液蒸留水タンク  増八棘浜烘洗泥加油は実
		<u>維固体焼却設備</u>
		配管
	EL.4.9m	洗浄排水タンク
		<u> 1 強酸ドレンタンク甲相装置か性ソータ計量タンク</u>
		<u>11  11                              </u>
		<u> 11110)(ぷメ1)を小てーファロの</u>   配答

\*廃棄物処理建屋から原子炉周辺建屋への流入経路については、堰や水密扉、床 ドレンの逆流防止弁を設置していることから、溢水源として評価対象としない



### 添付資料5



溢水影響評価において期待することができる設備

	凯 포 坦 또	設置	<del></del>		新 設	
5 筬	選直 場 所 対 影 高 さ 対 影		X] 家	既 設	□□ <i>門</i>   致	
3 号 機		EL. 3.5m			既設	2
			逆 流 防 止 弁	機器トレノ逆止并	新 設	10
				ベント逆止弁	新 設	1
				目皿逆止弁	既設	11
			ţ	ナンプタンク	既 設	1
	原子炉			機器にしい道法会	既設	3
	周辺建屋	EL.	· 逆 流	(	新 設	9
	(管理区域)	10 m	的止井	目皿逆止弁	新 設	14
				水密扉		1
		EL.			Arr 1.0	
		17.1m		退		1
		EL.	h드		立ር キル	2
		26m		山玄	<b>利</b> ī又	Z
		EL. 3.5m	逆 流	機器ドレン逆止弁	既 設	2
			防止弁	目皿逆止弁	既 設	11
			サンプタンク		既 設	1
		EL.	そ後の		文C キル	1
	原子 炉	10 m		小台库	利政	I
4 号機	周 辺 建 屋	EL.		ΤĒ	辛亡 ≑ひ	1
	(管理区域)	17.1m		<u>18</u>	利叹	I
		EL.		ΤĒ	辛亡 ≑ひ	1
		22m		서포	利政	I
		EL.		·····································	新 訊	2
		26m		서본		۷
34号機	制御建屋 EL.					2
	(管理区域)	<b>7</b> m		X/r _11 [5]		2

想定破損等により生じる溢水影響評価

1.はじめに

本添付は、溢水の影響を評価するために、大飯3,4号機における想定破損による内部溢水について検討を行い、溢水による影響評価結果を取りまとめたものである。

#### 2. 配管の破損想定について

2.1 大飯3,4号機における配管の破損想定の考え方

大飯3,4号機については、発電所の設計段階において、配管破 断防護設計の考え方に基づき、高エネルギー配管については0.8Sa 以下、低エネルギー配管については0.4Sa以下と発生応力が低くな るように配慮したルート及びサポート設計が行われている。さらに、 破損を想定した場合に特にエネルギーの高い主蒸気、主給水、補助 給水、蒸気発生器ブローダウンなどの主要な高エネルギー配管は、 格納容器貫通部からタービン建屋に至る配管を主蒸気・主給水管室 (以下、MS 室)等に配置し、万一の破断の影響が安全機能を有す る設備に及ばないように、図1に示すような区画分離した配置設計 としている。



図1:主蒸気・主給水管室の区画区分のイメージ図

供用期間中は、機器・弁等の開放点検時の配管内部の目視点検や 外観目視検査、日常点検(巡視点検等)などにより配管に有意な劣 化がないことを確認するとともに、クラス 1~3 配管については供 用期間中検査において非破壊試験・漏えい試験等により有意な欠陥 がないことを確認している。また、過去の運転経験等に基づき経年 劣化事象が想定される配管については、個別に点検・評価・予防保 全を実施している。

さらに、配管破損の想定にあたっては、内部流体を含む配管に欠 陥などが存在し、それが運転期間中に進展するようなことになった としても、材料の靱性が高いか、または作用応力が低ければ破断す ることなしに適切な対応処置を講じることができるものと考えら れる。

以上のように、大飯3,4号機における配管破損に対する防護設 計や供用期間中の保全を踏まえると、破断の可能性は極めて低いも のと考えられる。

#### 2.2 配管破損を考慮する対象配管の選定

大飯3,4号機における溢水の影響を評価するために想定される 高エネルギー配管を抽出した結果、表1の系統配管となる。また、 対象配管の使用条件を別紙1に示す。

系統名	溢水評価における対象範囲	配置		
化学体積制御系統	充てんポンプ出口/封水注入	E/B		
化当体建制细石体	充てんポンプ出口/再生熱交換	E / D		
化子件慎制仰尔机	器管側入口	E/B		
化学体積制御系統	抽出ライン/非再生冷却器出口	E/B		
化学体積制御系統	抽出ライン/非再生冷却器入口	E/B		
主蒸気系統	主蒸気管	MS 室		

表1:配管破損を考慮する対象配管

主蒸気系統	主蒸気逃がし弁	MS 室	
主蒸気系統	主 蒸 気 隔 離 弁 バ イ パ ス	MS 室	
主蒸気系統	主蒸気ドレン	MS 室	
土菉气系纮	タ ー ビ ン 動 補 助 給 水 ポ ン プ 駆 動	MS 室	
	用蒸気		
主給水系統	主給水管	MS 室	
主給水系統	主給水バイパス	MS 室	
蒸気発生器ブロー	蒸気発生器ブローダウン		
ダウン系統	(ペネ~アングル弁)	의 全	
補助給水系統	補助給水	MS 室	
補助蒸気系統	補助蒸気	С/В	

E/B:原子炉周辺建屋 MS室:主蒸気・主給水管室

BD 室: ブローダウン室 C/B: 制御建屋

なお、低エネルギー配管については、別紙2に示すとおり、溢水 源として想定する対象がないことを確認しているため、以降、高エ ネルギー配管について検討を行った。

2.3 高エネルギー配管の応力評価結果

抽出した高エネルギー配管に対して応力評価を実施した。各系統配管の応力解析結果を表2に示す。全ての対象系統配管において、0.8Saを下回っており、配管破損に対する健全性は確保されていることを確認した。

	— 次 + 二 次 応 力 (MPa)					上段:許容値 下段:参考値	
	自重	内圧	熱膨張	1/3Sd	合計	上段:0.8Sa 下段:0.4Sa	
充てんポンプ出口 / 封水   注入 <sup>2</sup>	14.9	42.4	0	15.7	73.0	269 134	
充てんポンプ出口 / 再生 熱交換器管側入口 <sup>2</sup>	14.9	42.4	0	15.7	73.0	269 134	
抽 出 ラ イ ン / 非 再 生 冷 却 器 出 口 <sup>2</sup>	19.5	25.2	100.0	79.9	224.6	269 134	
抽 出 ラ イ ン / 非 再 生 冷 却 器 入 口 <sup>2</sup>	23.7	25.2	100.0	58.2	207.1	256 128	
主蒸気管 1					85.0	221 110	
主蒸気逃がし弁 1					93.0	200 100	
主 蒸 気 隔 離 弁 バ イ パ ス 2	10.1	27.2	0	63.3	100.6	200 100	
主蒸気ドレン <sup>2</sup>	12.1	31.7	100.0	13.4	157.2	200 100	
タ ー ビ ン 動 補 助 給 水 ポ ン プ 駆 動 用 蒸 気 <sup>1</sup>					196.0	200 100	
主給水管 1					58.0	259 129	
主給水バイパス 2	12.6	34.3	0	19.4	66.3	259 129	
蒸 気 発 生 器 ブ ロ ー ダ ウン (ペネ~アングル弁) <sup>2</sup>	23.5	33.1	100.0	42.5	199.1	200 100	
補助給水 <sup>2</sup>	13.1	24.0	100.0	21.3	158.4	200 100	
補助蒸気 <sup>2</sup>	7.5	6.1	100.0	8.3	121.9	200 100	

表2:高エネルギー配管の配管破損評価結果

3次元はりモデルによる応力解析により算出。参考として主蒸気、
主給水管の応力解析結果例を別紙3に示す。

2 : 定ピッチスパン法による設計をしており、自重は標準支持間隔の 配管重量による発生応力を算出、熱膨張は設計上 100MPa 以下にな るようサポート設計をしていることから、この制限値を発生応力と している。地震荷重は、標準支持間隔に対する 1/3Sd 地震動の発生 応力を算出。これら算出応力に規格計算で求めた内圧による応力を 加えて発生応力を算出。
2.4 配管破損に対する評価結果

対象となる各系統配管において応力評価を実施した結果、配管 破損を想定する必要はなく、大飯3,4号機においては、配管の 健全性は確保されていることから、溢水の影響は生じないことを 確認した。

3. 溢水影響評価

大飯3,4 号機については、配管破損に対する健全性は確保され ているものの、万一、配管破損が発生した場合を想定し、より安全 性を高めることを目的として溢水影響評価を実施した。 溢水影響 評価は、配管破損が生じた場合の没水による影響、被水による影響、 蒸気による影響について評価を行うこととなるが、それぞれ機器へ の影響の与え方が異なること及び大飯3,4 号機のプラント設計を 踏まえ、以下の通り各項目の影響評価を行う。

- (1) 没水による影響評価を行う場合は、想定破損による溢水経路 図を作成し、各フロアでの機能喪失高さの最も低い防護対象 設備を抽出して影響の有無を評価する。
- (2) 被水による影響評価を行う場合は、想定破損による溢水によ リプラント停止に係る安全機能を有する機器が2系統同時に 喪失しないことを確認するが、大飯3,4号機のプラント設 計では分離配置していることから影響を受けにくいため、こ の特性を踏まえて、共通要因故障の観点から評価を実施する。
- (3) 蒸気による影響評価を行う場合については、万一の破断の影響が安全機能を有する設備に及ばないよう区画分離した MS 室等にある系統以外の運転温度が 95 以上となる高温配管から破損の影響を考慮することとし、具体的には、抽出ライン (非再生冷却器入口側)、補助蒸気系統配管について評価を実施する。

それぞれの影響評価項目で抽出された対象系統に対して、応力評

価結果に基づき破損想定を行なうこととなるが、配管の応力評価は 合理的に設計されていることもあり、詳細な応力評価により、発生 応力は低減されるものと考えられるが、今回の評価では、これまで の配管の応力評価結果を流用し、影響評価を行うものである。

## 3.1 没水による影響評価

抽出された対象系統について、一般部の貫通クラック想定に比べて溢水量が保守的となるターミナルエンドにおける破断を想 定した。各系統配管における破損想定位置を表3に示す。

<b>玄 坛</b> 夕	溢水評価における対象	没水評価における破	
	範囲	損 想 定 位 置	
化学体理制御系统	充てんポンプ出口/封	封水フィルタ室ターミナル	
化子件慎п世标款	水注入	エント゛( EL.26m )	
化学体结制细系统	充てんポンプ出口/再	充てんポンプ室ターミナル	
化子件慎时间示剂	生熱交換器管側入口	エント゛( EL.10m )	
化学体结制细系统	抽出ライン/非再生冷	非再生冷却器室ターミナル	
化子件慎п世标款	却器出口	エント゛( EL.17.1m )	
化学体结制细系统	抽出ライン/非再生冷	非再生冷却器室ターミナル	
化子件慎时间示剂	却器入口	エント゛( EL.17.1m )	
主蒸気系統	主蒸気管	なし	
主蒸気系統	主蒸気逃がし弁	なし	
主蒸気系統	主蒸気隔離弁バイパス	なし	
十茲与亥纮	十茲気にしい	MS 室ターミナルエント <sup>。</sup>	
土糸丸が約		(EL.26.1m)	
十茲与亥纮	タ ー ビ ン 動 補 助 給 水 ポ	MS 室ターミナルエンド	
エミメダミ	ンプ駆動用蒸気	(EL.26.1m)	
	<b>土 於 水 笠</b>	MS 室ターミナルエント <sup>゜</sup>	
工和小尔机	工和小町	(EL.21.3m)	

表3:没水評価における破損想定位置について

主給水系統	主給水バイパス	なし
蒸気発生器ブロー	蒸 気 発 生 器 ブ ロ ー ダ ウ	<i>t</i> > 1
ダウン系統	ン(ペネ~アングル弁)	
補助給水系統	補助給水	なし
诺叻苏气药纺	诺 HD	C/B ターミナルエント <sup>°</sup>
佣 旫 烝	111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 - 111 -	(EL.26.0m)

表3で想定した破損に基づく溢水源からの溢水経路として、階段あるいは機器ハッチを経由して下層へ伝播する場合は、溢水経路上の各フロアの溢水量を積算し、滞留面積に基づき溢水水位を 算出するとともに、防護対象設備の機能喪失高さと比較すること により、防護対象設備が機能喪失に至らないことを確認した。

別紙4に、本評価で用いた溢水経路、溢水水位及び防護設備の機能喪失高さを示すとともに、確認した結果例を表4に示す。

建	EL.	防護対象設備	溢 水 水 位	機能喪失 高さ	判定
屋	(m)		(m)	( m )	
原子	17.1	燃 料 取 替 用 水 ポ ン プ	0.044	0.54	
炉周辺建屋	10.0	充てんポンプ 速度制御補助盤	0.076	0.20	

表4:3号機原子炉周辺建屋における評価結果例

溢水源は、化学体積制御系統(抽出ライン)

隔離時間は約 70 分で隔離すると溢水量は 48.07m<sup>3</sup>となる。

3.2 被水による影響評価

被水による影響評価については、MS 室、BD 室に配置されてい る主給水系統及び蒸気発生器ブローダウン系統については、分離 区画されていることから、他の区画への被水を考慮する必要はな く、また MS 室内等に配置されている電気品・計装品等は耐環境 仕様となっており、被水しても機能は喪失することはない。また、 蒸気配管である主蒸気系統、補助蒸気系統は蒸気による影響評価 と同様であることから、次項の 3.3 にて影響評価を行うものとす る。

従って対象系統は化学体積制御系統となり、この系統配管につ いての影響評価はターミナルエンドでの破断想定により実施した。

破損想定位置を表5に示す

		-	
五体々	溢水評価における対象	被水評価における破	
が統石	範囲	損 想 定 位 置	
化学体積制御	充てんポンプ出口/封	封水フィルタ室ターミナル	
系 統	水注入	エント゛( EL.26m )	
化学体積制御	充てんポンプ出口/再	充てんポンプ室ターミナル	
系 統	生熱交換器管側入口	エント゛( EL.10m )	
化学体積制御	抽出ライン/非再生冷	非再生冷却器室ターミナル	
系 統	却器出口	エント゜( EL.17.1m )	
化学体積制御	抽出ライン/非再生冷	非再生冷却器室ターミナル	
系統	却器入口	エント゛( EL.17.1m )	

表5:被水評価における破損想定について

被水の影響評価については、ターミナルエンドの破断を考慮した場合、 当該の系統機器は機能喪失となるが、別紙 5 の通り、この評価対 象区画は分離設計となっており、被水による影響は当該区画内の みであり、この区画には他の安全防護設備は設置されておらず、 プラント停止に係る安全上重要な機器が 2 系統同時に喪失しな いことから、問題となるものではない。 また、共通要因故障の観点から、防護対象機器の区画配置及び防水仕様を調査し、被水影響に対する対策を実施していることから、一般部配管からの被水については問題とはならない。(別紙6参照)

### 3.3 蒸気の影響による評価

蒸気の影響による評価については、MS 室、BD 室に配置されて いる主蒸気系統、主給水系統及び蒸気発生器ブローダウン系統に ついては、万一の破断の影響が安全設備に及ばないよう区画分離 されていることから問題はない。また、化学体積制御系統のうち、 充てんラインと抽出ライン(非再生冷却器出口側)については、 配管の運転温度条件から蒸気が流出することはないことから、本 評価は不要となる。従って、蒸気による破損の影響を考慮する系 統配管として、抽出ライン(非再生冷却器入口側)、補助蒸気系 統配管について、破断想定を行なった。破損想定位置を表6に示 す。

系 統 名	溢水評価における	蒸気評価における破		
	対象範囲	損 想 定 位 置		
化学体積制御	抽出ライン/非再	非再生冷却器室ターミナル		
系 統	生冷却器入口	エント゛( EL.17.1m )		
<b>靖</b> 田 莪 与 亥 妶	ば m	C/B ターミナルエント゛		
1 田 烈	まとれ	(EL.26.0m)		

表6:蒸気評価における破損想定について

蒸気の影響を考慮する場合、 ターミナルエンドで破断することで、よ り多くの蒸気量が噴出することからターミナルエンドでの破断を想定し た。抽出ライン(非再生冷却器入口側)については、配管破損に 伴う蒸気の影響範囲は当該機器の設置フロアを越えることとな るが、別紙 7 の通り、蒸気の影響に伴う建屋区画内の環境解析を 行った結果、破断区画は 1 0 0 以上となるが系統隔離を中央制 御室から 1 5 分以内に行うことにより、隣接区画が約 5 0 程度 となることから、この操作が行われることにより、蒸気により区 画内に設置された防護対象設備が機能喪失することはないこと となる。なお、当該の非再生冷却器室には防護対象設備がないこ とから問題とならない。

補助蒸気系統配管については、建屋内を広範囲にわたって敷設 されており、影響は広範囲に及ぶため、蒸気の影響を限定するた め、図2に示すとおり、通常時通気する範囲を廃棄物処理建屋の ほう酸回収装置等に供給するラインに限定し、その他の系統は隔 離して通気しない運用とする。この運用により、通気ラインはタ ービン建屋から制御建屋を経由して廃棄物処理建屋にいたるラ インに限定される。



図2:補助蒸気ラインの限定運用

この条件に基づき配管破損に伴う蒸気の影響範囲を検討し、 原子炉の安全停止にかかる最低限の設備を抽出した結果、該当 する防護対象設備はなく、15分後には蒸気の供給を停止する ことから、原子炉施設の安全性を損なうことはない。 4.確認結果のまとめ

大飯3,4号機については、発電所の設計段階において配管破断 防護設計の考え方に基づき配管、配置設計がなされており配管の健 全性は確保されていることから、溢水の影響は生じないことを確認 した。また、より安全性を高めることを目的として溢水影響評価を 行った結果、配管破損により生じる内部溢水について現在運転中の 大飯3,4号機については問題になるものではないことを確認した。 しかしながら、更なる信頼性確保の観点から原子力発電所の安全

性向上のため、5.に記載する対策等を実施する。

### 5.今後の対応

5.1 至近定検までの対応について

更なる溢水影響の軽減を図り、より安全性を向上させるために、 配管破損に伴う蒸気の影響評価において、短時間の隔離操作に期 待する必要がある抽出ライン(非再生冷却器入口側)、補助蒸気 配管により想定される溢水の影響については、至近の定検開始ま での対応として、以下の対応を行う。

- a.抽出ライン(非再生冷却器入口側)
- ・配管の破損を想定した場合に蒸気の漏えいを早期に検知し、 隔離操作が実施できるよう監視強化を実施する。また、隔離操 作のための運転操作手順も整備する
- b . 補助蒸気配管
- ・プラントの運転継続に必要な機器以外への補助蒸気供給を停止する。運転継続に必要な機器は、ほう酸回収装置、廃液蒸発装置等であり、全ての機器は廃棄物処理建屋内に設置されている。(原子炉周辺建屋内への補助蒸気供給停止)
- ・廃棄物処理建屋へは制御建屋経由で補助蒸気を供給している ため、この供給配管に破損が生じたとしても、漏えいを早期に 検知し、隔離操作が実施できるよう監視強化対策を実施する。 また、隔離操作のための運転操作手順を整備する。

5.2 至近定検時の対応

更なる溢水影響の軽減を図り、より安全性を向上させるために、 至近定検時に以下の対応を行う。

- ・補助蒸気配管について隔離操作の迅速化の検討(隔離弁設置含む)
- ・防護対象区画の蒸気侵入を防止するシール対策の実施
- 別紙1:対象配管の系統条件
- 別紙2:低エネルギー配管の破損想定について
- 別紙3:主蒸気、主給水管の応力評価
- 別紙4:没水影響評価における溢水経路、溢水水位及び防護設備の機 能喪失高さ
- 別紙5:被水の影響を考慮すべき対象区画の配置
- 別紙6:被水による影響評価
- 別紙7:蒸気の影響に伴う対象建屋区画内の環境解析

灭体勾	计存符曲	対象範囲における
示 統 <b>石</b>	刈豕郫西	使用条件
化受体结制细系统	 	運転圧力:約 17MPaG
化子件慎利仰尔称	元でのホンク山口/封水注入	運転温度:約 50
化学体理制御玄统	充てんポンプ出口 / 再生熱交	運転圧力:約17MPaG
112子141傾前仰分統	換器管側入口	運転温度:約 50
化带件建制物系统	抽出ライン / 非再生冷却器出	運転圧力:約2.2MPaG
11子件俱削仰分称		運転温度:約 50
化带体转制御石体	抽出ライン / 非再生冷却器入	運転圧力:約2.2MPaG
16子14傾前仰杀統		運転温度 : 約 140
十艺与系统	十艺气竺	運転圧力:約6.03MPaG
土烝丸杀統		運転温度 : 約 277
十节与五体		運転圧力:約6.03MPaG
土烝刘杀航	主然気透かし井	運転温度 : 約 277
主蒸気系統	十支乍厄酔ムバノパフ	運転圧力:約6.03MPaG
	土然丸隔離井八1 八人	運転温度 : 約 277
十艺与系统	十芸年ドレン	運転圧力:約6.03MPaG
工黨和分統		運転温度 : 約 277
十艺与系统	タービン動補助給水ポンプ駆	運転圧力:約6.03MPaG
土杰瓦尔統	動用蒸気	運転温度:約 277
十级水系统	十谷水谷	運転圧力:約6.03MPaG
工和小尔称		運転温度:約 224
士给水系统	土給水バイパフ	運転圧力:約6.03MPaG
工和小尔机		運転温度:約 224
蒸気発生器ブロー	蒸気発生器ブローダウン	運転圧力:約大気圧
ダウン系統	(アングル弁~海水放出)	運転温度:約 100
蒸気発生器ブロー	蒸気発生器ブローダウン	運転圧力:約6.03MPaG
ダウン系統	(ペネ~アングル弁)	運転温度:約 277
	/ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓ ↓	運転圧力:約6.03MPaG
		運転温度:約 224
<b>站</b> 肋荔气系统		運転圧力:約0.7MPaG
補助烝気糸統		運転温度:約 170

対象配管の系統条件

低エネルギー配管の破損想定について

大飯3,4号機における低エネルギー配管について、評価ガイドの 付録Aに基づき抽出した結果を下表に示す。

石体勾	
	「「「「「「」」」(1977
原子炉補機冷却水系統	
格納容器スプレイ系統	
化学体積制御系統	
空調用冷水設備系統	
1 次 系 洗 浄 水 系 統	
1次系放射性機器ドレン系統	
1次系放射性床ドレン系統	
消火水系統	
1 次系補給水系統	
余熱除去系統	
燃料取替用水系統	
燃料ピット冷却浄化系統	
安全注入系統	
1 次系試料採取系統	
原子炉補機冷却海水系統	
液体廃棄物処理系統	
固体廃棄物処理系統	
補助給水系統	

表1 低エネルギー配管系統リスト

1.設計上の考え方

低エネルギー配管は、定ピッチスパン法により、発生する一次 + 二次応力は十分小さくなるよう、設計配慮がなされている。一次 + 二次応力の要素となる「自重」「内圧」「地震」「熱」各々の特徴に ついては以下のとおりである。

(1) 自重応力

自重応力については、設計時より 30MPa 以下となるよう制限しており、自重が占める応力は小さく(概ね 0.05Sa 程度)、また、系統配管によらず同程度と考えられる。

(2) 内圧応力

内圧応力については、最高使用圧力に対して余裕をもった 必要板厚 t を満たすような設計要求があり、さらにこれに十 分マージンをもたせて配管を選定するため、内圧が占める応 力は小さく(概ね 0.1Sa 程度)、また、系統配管によらず同 程度と考えられる。

(3) 地震応力

地震応力については、1/3Sd 地震時の応力であることから、 許容応力に対して十分小さい(概ね 0.1~0.2Sa 程度)と考 えられるが、系統配管毎固有のルート設計やサポート設計に よる影響を受けるため、他応力と比較すると、ばらつきが生 じている可能性がある。

(4) 熱応力

低エネルギー配管であることから、運転温度は低く、有意 な熱応力は発生しない。

2. 代表系統配管の配管破損評価

「1.設計上の考え方」で示した各応力の特徴から、「地震応 力」に着目して代表配管系統を抽出し、抽出した配管に対する配 管破損評価を実施する。 (1) 代表配管系の抽出

地震応力の大きさ及び網羅性の観点から、以下のフローにし たがい、代表配管系を抽出した。



- 注1: B クラス配管の設計用地震力は C クラス配管より大きいため、 定ピッチスパン法による最大支持スパンは、 B クラスの方が小 さくなる。したがって、同じレベルの地震力に対しては C クラ ス配管の地震応力は B クラス配管より大きくなることから、 C クラス配管を代表とする。
- 注2: 定ピッチスパン法による設計では、配管が同口径で建屋フロア が同じであれば、配管系統が異なることによる差異は生じない。 したがって、網羅性の観点から全フロアに亘っており、使用さ れる配管口径の種類も多い配管系を代表とする。
  - 図1:低エネルギー配管の評価代表抽出フロー

(2) 代表配管の配管破損評価結果

定ピッチスパン法による、代表配管(消火設備配管)の評価結 果を下表に示す。代表配管の一次 + 二次応力は、0.1Sa以下であ り、0.4Saと比較し十分小さいことから、低エネルギー配管につ いては、溢水源として破損を想定する必要はないと判断できる。

代表配管	一	R + 二次 (注 1) 自重	応力 (MP (注 1) 1/3Sd 地震	Pa) 合計	(注 2) 許容値 (MPa)	破 損 想 定 要 否
消火設備配管	6.3	5.0	5.2	16.5	85	否

表 2 代表配管の配管破損評価結果

(注 1) 建設時標準支持間隔に基づく定ピッチスパン法による
計算結果である。

(注 2) 許容値(0.4Sa)の Saは以下計算式にて算定している。 S<sub>a</sub> = 1.25f S<sub>c</sub> + (1.2 + 0.25f) S<sub>h</sub> 主蒸気・主給水管の応力評価

## 1. 主蒸気管の評価結果

主蒸気管は図1に示すように、各系統とも格納容器貫通部から 一直線状に配置されていることから、発生応力は非常に低い結果 となった。表1に示すとおり、ターミナルエント・も含めて最大となる発 生応力は0.4Sa以下であり、0.8Saを十分下回っていることから 破損を想定する必要がないことを確認した。



# 図 1 主蒸気管アイソメ図 主蒸気管(CV外)MS11

表1:応力評価結果による破損想定(主蒸気管)

配管名称	節点番号	供用状態 (1/3)Sd 地震 <u>一次 + 二次</u> 発生応力	A,B および 荷重に対する 次応力(MPa) 許容値	破 損 想 定 要 否	
	1513	49	221	否	
	100	49	221	否	
	103	85	221	否	
	600	55	221	否	
	108	54	221	否	
	109	57	221	否	
	801	81	221	否	
	901	72	221	否	
	902	65	221	否	
	601	62	221	否	
	121	71	221	否	
	903	55	221	否	
	904	49	221	否	
⇒ 苾 気 管	802	55	221	否	
(CV外)	905	55	221	否	
MS11	139	57	221	否	
	906	55	221	否	
	141	52	221	否	
	803	62	221	否	
	147	56	221	否	
	907	51	221	否	
	149	51	221	否	
	602	51	221	否	
	804	51	221	否	
	211	79	259	否	
	221	82	259	否	
	231	82	259	否	
	241	81	259	否	
	251	79	259	否	

主蒸気管(CV外)MS11

なお、許容値(0.8Sa)の Saは以下計算式にて算定している。 S<sub>a</sub> = 1.25f S<sub>c</sub> + (1.2 + 0.25f) S<sub>h</sub> S<sub>a</sub>:日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格」(JSME S NC1 -2005/2007、以下「設計・建設規格」 という。PPC -3530(1)dの計算式により計算した許容応力 f:設計・建設規格 表 PPC -3530 -1 に記載されている温度変

化サイクル数の区分に応じた許容応力低減係数

- S<sub>c</sub>:設計・建設規格 付録材料図表 Part5 表に規定する室温 <sup>(注 1)</sup>における材料の許容引張応力
- S<sub>h</sub>:設計・建設規格 付録材料図表 Part5 表 5 に規定する使 用温度<sup>(注 2)</sup>における材料の許容引張応力
  - (注1) 室温は21 とする。
  - (注 2) 使用温度は 302.4 とする。

2. 主給水管の評価結果

主給水管も図2に示すように、各系統とも格納容器貫通部から 一直線状に配置されていることから、発生応力は非常に低い結果 となった。表2に示すとおり、ターミナルエント・も含めて最大となる発 生応力は0.4Sa以下であり、0.8Saを十分下回っていることから 破損を想定する必要がないことを確認した。



# 図2: 主給水管アイソメ図

主給水管(CV外)F₩11

# 表2:応力評価結果による破損想定(主給水管)

		供用状態	A,B および	
配管名称	節点番号	(1/3)Sd 地震	荷重に対する	破損想定
			、心力(MPa) 許容値	安省
	1100	41	259	否
	600	42	259	否
	601	43	259	否
	801	47	259	否
	602	41	259	否
	603	46	259	否
	113	49	259	否
	901	49	259	否
	114	44	259	否
	802	51	259	否
	201	50	259	否
	115	46	259	否
	902	46	259	否
★ ☆ 水 答	116	49	259	否
(CV外)	302	57	259	否
FW11	202	57	259	否
	803	57	259	否
	117	51	259	否
	903	58	259	否
	118	57	259	否
	303	53	259	否
	121	51	259	否
	203	40	259	否
	604	38	259	否
	605	41	259	否
	150	51	259	否
	127	52	259	否
	130	37	259	否
	1503	37	259	否

主給水管(CV外)F₩11

なお、許容値(0.8Sa)のSaは以下計算式にて算定している。 S<sub>a</sub> = 1.25f S<sub>c</sub> + (1.2 + 0.25f)S<sub>h</sub> S<sub>a</sub>:日本機械学会「発電用原子力設備規格 設計・建設規格」 (JSME S NC1 -2005/2007、以下「設計・建設規格」とい

う。)PPC-3530(1)dの計算式により計算した許容応力 F:設計・建設規格 表 PPC-3530-1 に記載されている温度変化

サイクル数の区分に応じた許容応力低減係数 S<sub>c</sub>:設計・建設規格 付録材料図表 Part5表5に規定する室温

<sup>(注 1)</sup>における材料の許容引張応力

S<sub>h</sub>:設計・建設規格 付録材料図表 Part5表5に規定する使用 温度<sup>(注 2)</sup>における材料の許容引張応力

(注1) 室温は21 とする。

(注 2) 使用温度は 223.8 とする。

想定破損による溢水影響評価

(1)化学体理制御系銘(方てん/封水注入ライン) 現識治定位置 ・3、38日が注入フィルケ管台(原子炉周辺建屋 EL.26.0m) ・3、38.33万でがガンプ雪台(原子炉周辺建屋 EL.10.0m) - 33、38.33万でがガンプ雪台(原子炉周辺建屋 EL.10.0m) - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20、 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20 - 20

		_						
備考				A.Bの内、片トレン室内での評価 送水大位と比べて 機能機失高さが低いが、複数トレンが同時に水没しないた の 問題ない	CFレン室内での評価 道水大位と比べて 機能喪失高さが低いが、複数トレンが同時に水没しないた の 問題なし			
判定	-							
影響評価	防護対象設備 無し	~	×			v	v	v
機能喪失高さ (床上[m])	-	0.54	0.54	0.74	0.28	0.20	0.20	0.20
機能長矢高さ (EL.[n])	-	17.64	17.64	10.74	10.28	10.20	10.20	10.20
防護対象設備		34.38 燃料取替用水ポンプ	34.38 燃料取替用水ポンプ	34,38 充てんポンプ	30 充てんポンプ	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)
溢水水位 [m]	0.116	0.046	0.041	0.995	1.606	0.079	0.064	0.053
	435.7	1109.8	1247.1	50.7	31.4	638.0	799.2	964.9
観光 「m <sup>3</sup> 」	50.4	50.4	50.4	50.4	50.4	50.4	50.4	50.4
滞留エリア 番号	3EB -	3EB -	3EB -	3EB - A,B	3EB - C	3EB -	3EB -	3EB -
щĒ	26.0	17.1						
区域区分		● ●						
國黨		3号 原子炉 周辺建屋						

(2)代学体理問題系統(抽出ライン) (2)代学社会研究部合(原子中周辺建定 EL-17.1m) (3)代表目生冷却器管(原子中周辺建定 EL-17.1m) (3)代表目生冷却器管(原子中周辺建定 EL-17.1m) (3)代表:14.0mL

_	_	_					
<b>捕</b> 考							
•							
判定							
影響評価	~	v	v	v	~		
機能喪失高さ (床上[m])	0.54	0.54	0.20	0.20	0.20		
機能喪失高さ (EL.[n])	17.64	17.64	10.20	10.20	10.20		
防護対象設備	3A.3B 燃料取替用水ボンブ	3A,3B 燃料取替用水ポンプ	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)		
溢水水位 [m]	0.044	0.039	0.076	0.061	0.050		
滞留面積 [m <sup>2</sup> ]	1109.8	1247.1	638.0	799.2	964.9		
道水量 [m <sup>3</sup> ]	48.07	48.07	48.07	48.07	48.07		
滞留エリア番号	3EB -	3EB -	3EB -	3EB -	3EB -		
۳.E	47.4	11		10.0			
区域区分	管理区域						
國黨		3号 原子炉 周辺建屋					

(3)補助蒸気系 一種類定位置 一種類定位置 ・アンカーサポート点(制御建屋屋 EL.26.1m) 並大量 ・アンゴローサポート点(制御建屋屋 EL.26.1m) ・アンゴローサポート点(制御建屋屋 EL.26.1m) ・アンゴローサポート。 ・加速を置いりば、 ・加速を置いりば、

御寺								
判定	•							
影響評価	防護対象設備 無し	防護対象設備 無し	防護対象設備 無し	~				
機能喪失高さ (床上[n])				0.30				
機能喪失高さ (EL.[m])				26.4				
防護対象設備				34.3B中央制御室循環ファン				
溢水水位 [m]	0.445	0.123	0.064	0.014				
港留面積 [m <sup>2</sup> ]	22.5	81.4	157.2	760.5				
赵大量 [ <sup>m3</sup> ]	10.0	10.0	10.0	10.0				
滞留エリア 番号	CB -	CB -	CB -	CB -				
Ë.		26.1						
区域区分		非管理区域						
軍軍	建 屋							

(4)主義氏・主能水系統
(4)主義氏の官
(4)主統化の官
(4)主統化の官
(4)主統人の官
(4)主義氏・
<

備考		
判定		
影響評価	~	
機能喪失高さ (床上[m])	0.88	
機能喪失高さ (EL.[m])	26.88	
防護対象設備	3A,3B,3C,3D補助給水隔離弁 (3V FW -574A,B,C,D)	
溢水水位 [m]	0.826	
推回 四 新 [ <sup>m</sup> ]	208.4	
釐水量 [ <sup>a</sup> ]	172.0	
トロー語	MS/FW室	
ΞE	26.0	
区域区分	非管理区域	
國黨	3号 原子炉	

:溢水源設置エリア





















# 

# 被水による影響評価

防護対象設備については、原則として区画分離等(原子炉周辺建屋 最下層の配置例を示す)により被水による影響を受けないようにして いるが、以下のフローにしたがって調査を実施し、必要な箇所につい ては対策を実施した。



被水対策検討フロー図

原子炉周辺建屋配置例

以 上

蒸気の影響に伴う対象建屋区画内の環境解析

1. 評価対象範囲

高エネルギー配管のうち、MS 室等の区画内に配置されていない高温 配管として、補助蒸気配管および CVCS の抽出配管がある。

補助蒸気配管については周辺建屋への供給停止を実施していることか ら、対象配管については、CVCS(抽出ライン)とする。

- 2.影響評価
  - (1)破損想定位置

ターミナルエンドである非再生熱交換器入口管台での破断を想定する。

(2)破損時の蒸気影響

破損を想定する箇所である非再生冷却換器入口管台で破断が生じたとして、中央制御室の運転員が監視カメラおよび火災報知器により蒸気漏れを検知し、破断後の15分後に系統隔離による漏えいが停止するものとして、建屋区画内の環境解析を実施した結果、破損区画においては、 温度102 程度となり、破損位置の周辺区画では温度50 程度との結果となった。解析モデル図を図1に、解析結果を図2に示す。





解析条件

区画: 非再生冷却器室 E/B EL. 17.1M (139m3)
破損箇所: 非再生冷却器入口管台
破損形態: ギロチン破断
停止: 15分(900秒)後に、系統隔離により放出停止



図 2. CVCS 環境解析結果

破断区画には防護対象機器はないが、蒸気の影響をうける可能性のあ る隣接区画において、原子炉の安全停止にかかる設備を抽出した結果、 緊急ほう酸注入電動弁が存在する。これらの機器は破断区画には設置さ れておらず、温度上昇の影響も比較的軽微である。当該弁は、プラント の高温停止維持後の低温停止移行に使用するものであるが、環境解析の 結果、原子炉施設の安全性を損なうことはない。



消火活動に係る時間設定の考え方

1.はじめに

消火活動における放水量については、防護対象設備が設置されている 原子炉周辺建屋および制御建屋において、消火栓による消火活動を想定 し、消火活動が連続して実施される時間を見込んで算定する。具体的に は、原則として3時間の消火活動を想定して溢水量を算定しているが、 火災源が小さいエリアについては、日本電気協会電気指針「原子力発電 所の火災防護指針(JEAG4607-2010」解説 4-9の規定による「火災荷重」 および「等価時間」で算定する。

2.評価方針

日本電気協会電気技術指針「原子力発電所の火災防護指針 (JEAG4607-2010)」解説 -4-5(1)の規定による、火災荷重に対応する等 価時間を放水時間として評価する。

[解説ー4ー5」「町火壁」										
(1) 評価法										
火災に対する耐火壁能力	の評価を行	い, 耐火島	きの個	全性を	確認する。					
a. 耐火壁にて囲まれ)	と区域の可燃	物の種類	及び	量から,	全可燃物	の燃焼	時の発生熱量を求める。			
b. 次式により区域の	と災荷重をす	えめる。								
$F_{load} = Q_p \swarrow A$										
ここで F <sub>low</sub> ; 火災荷重 (MJ/m)										
Q <sub>r</sub> ; 発生熟量 (MI)										
A ; 区域床面積 (㎡)										
。 米国NFPA Handboo	ok (表4−3≸	診照) に示	たされ	ている	火災荷重。	と等価	火災時間より,当該区域の			
院 が に し し し し し し し し し し し し し し し し し し	水時間を求	める。			2 42 40 4 <u>1</u>					
4 耐火降の仕様と当	ちちょう ちょう ちょう ちょう ちょう ちょう ちょう ちょう ちょう ちょう	が必要とす	上ろ面	计小时間	を比較し	耐火	壁が必要な耐火時間を満足			
していることを確	認する。	- 10 3C C 3	1.0114	0,5 4,6 16	10,000,00	1022 1	The post of the second			
	表 4-3	火災荷重	と等	<b>価</b> 火災	時間につい	て				
G	米国 NFPA ト	landbook	Twer	ntieth	Edition	より)				
	火災	《荷重		等価火災時間						
	(MJ	/m²)								
I I					(h)					
τ		454			(h) 0.5					
ε		454 909			(h) 0.5 1.0					
τ		454 909 1, 360			(h) 0.5 1.0 1.5					
e		454 909 1, 360 1, 820 2, 730			(h) 0.5 1.0 1.5 2.0 3.0					
c		454 909 1, 360 1, 820 2, 730 3, 640			(h) 0.5 1.0 1.5 2.0 3.0 4.5		. · ·			
c		454 909 1, 360 1, 820 2, 730 3, 640 4, 320			(h) 0.5 1.0 1.5 2.0 3.0 4.5 7.0					
e		454 909 1, 360 1, 820 2, 730 3, 640 4, 320 4, 910			(h) 0.5 1.0 1.5 2.0 3.0 4.5 7.0 8.0		· · · ·			
с	·	454 909 1, 360 1, 820 2, 730 3, 640 4, 320 4, 910 5, 680			(h) 0.5 1.0 1.5 2.0 3.0 4.5 7.0 8.0 9.0					

3. 放水時間の設定

消火活動における放水時間の設定については、原則として3時間とし た。

ただし、火災源が小さいエリアについては、2.の表 4-3 に従い「火災 荷重」および「等価時間」を考慮し、0.5~1.5 時間とした。




























消火栓からの放水による溢水影響評価

### 1.はじめに

消火活動における放水量をもとに、各エリアの消火栓からの放水による溢水影響評価を実施する。

#### 2.溢水量の算定

消火活動における放水時間の設定については、原則として3時間 とするが、火災源が小さいエリアについては、「火災荷重」および 「等価時間」を考慮し、消火栓からの放水量を下記のとおり評価し た。

・130ℓ/min/個×0.5時間×2個= 7.8m<sup>3</sup>

- ・130ℓ/min/個×1.0時間×2個=15.6m<sup>3</sup>
- ・130ℓ/min/個×1.5時間×2個=23.4m<sup>3</sup>

・130ℓ/min/個 × 3時間×2個=46.8m<sup>3</sup>

## 3. 溢水影響評価

消火水の放水量を各防護対象区画にて評価し、問題ないことを確認した。なお、区画によっては消火活動により防護対象区画エリアの扉を解放することを考慮した滞留面積を用いて評価した。結果を 別紙1に示す。

・各建屋、各フロアで管理区域/非管理区域毎に、機能喪失高さが 低く当該エリアでクリティカルになる設備を選定し、溢水影響を 確認することにより当該エリアの評価を実施した。なお、放水活 動ために扉の開放が想定される場合には、隣接エリアについても 滞留エリアとして考慮した。 ・エリアによっては、保守的に通路部だけの滞留面積をもとに溢水水位を算定し、機能喪失高さと比較を行うことにより、通路に面した各室の評価をまとめて行った。

代表例として、狭隘な区画及び機能喪失高さが一般的に低い電気盤が設置されている区画の評価結果を例として以下に示す。

- ・狭隘な区画である電動補助給水ポンプ室は A、B ポンプエリアが 分離されており、消火活動時には扉を解放して放水することから、 両エリアに溢水が伝播した状態の溢水水位を評価し、両トレンが 同時に機能を失わないことを確認した。
- ・防護対象設備の機能喪失高さが低い区画であり、かつ室内に消火 栓が設置されている安全補機開閉器室は、Aトレン室内での消火 水の放水を想定する場合、室内で滞留することとなるが、溢水水 位に対して機能喪失高さが上回るため、問題ない。なお、Bトレ ン室が分離されているので、両エリアが同時に影響を受けるよう な消火活動時には扉を解放して放水することから、その場合には 更に水位が低くなる。

×.	区域区分	EL.[m]	滞留エリア 番号	溢水量 [m <sup>3</sup> ]	滞留面積 [m <sup>2</sup> ]	溢水水位 [m]	防護対象設備 5	機能喪失高さ (EL.[m])	機能喪失高さ (床上[m])	影響評価	判定	備考
		39	3EB -1	46.8 1	167.6	0.279	3原子炉補機冷却水サージタンク水位 ,	40.1	1.100	<		
			3EB -2A	46.8 1	95.2	0.492	(3LT -1200, 1201) 3A,3B制御用空気供給母管圧力	18.0	0.900	<		滞留面積が狭い3EB -2Aで評価する。
			3EB -3	46.8 1	1109.8	0.042	34,38燃料取替用水ボンプ	17.64	0.540	<		消火栓が設置されていない、隣接エリア内(3EB4)で消火活動を行う際は、 扉を開けて放水するため、3EB3へ伝播する。よって、3EB3、4で最も掲載医 失高さが低い燃料戦器用水ボンプを対象に評価する(3EB4の評価は本評価に 包給される)。
		17.1	3EB -5A 3EB -5B	46.8 1	68.5	0.683	3A,3B安全補機室冷却ファン	17.94	0.840	<		滞留面積が狭い3EB-58で評価する。
	管理区域		3EB -6A 3EB -6B	46.8 1	88.9	0.527	3A,3B余熱除去ポンプミニマムフローライ ン止め弁 (3ECV_601_611)	17.8	0.700	<		滞留面積が狭い35B-68で評価する。 当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、35B-6Bへ消火水 が伝想する、トップ、35B-68-53B-68の流留面積を用いて誇価する。
			3EB -7	46.8 1	95.1	0.492	(310 001,017) 3充てんライン格納容器隔離弁 (3V CS 457)	21.6	4.500	<		
		10.0	3EB -8	46.8 1	638	0.073	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)	10.2	0.200	<		消火性が設置されていない隔接するエリア内(3EB- 94,98:104,103,102,11,12)の消火活動を行う際は、層を開けて放水するた め、3E8 やへ伝達する、よって、当フロアの管理区域で最も機能砲失高さが低 9.48:04,01,001,11,202時間4曲加速を対象に評価する(3EB- 4.96:04,01,001,11,202時間44年74価に包括される)。
			3EB -13	46.8 1	50.2	0.932	3ほう酸タンク室温度(1),(2),(3),(4) (3TS-2602,2603,2612,2613)	11.3	1.300	<		
			3EB -1 4A 3EB -1 4B	46.8 <sup>1</sup>	161.2	0.290	3A,3B余熟除去冷却器冷却水止め弁 (3V CC 414A,B)	10.6	0.600	٨		滞留面積が狭い13日・14れて評価する。 消火性が設置されていない開接するエリア内(3日 454,164)の消火活動を行 う際は、庫を開けて放水するため、3EB 444へ伝播する。よって、3EB - 144,154,164 石機履喪失高さ低化い余熟除渋冷却置冷却水止め非を対象に 評価する(3EB 454,158,164,168の評価は本評価に包結される)。
		3.5	3EB 47A 3EB 47B	46.8 1	198.4	0.236	3A,3B余熱除去ポンプ出口流量 (3FT 601,611)	4.6	1.100	<		滞留面積が狭い3EB -17Aで評価する。
			3EB -1 8A 3EB -1 8B	46.8 1	198.4	0.236	34,38高圧注入ポンプ	3.85	0.350	<		当エリア内での消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、3EB 47A、17B ヘ消火水が伝播する。よって、3EB 47A、17Bの内、滞留面積が小さし3EB 47A にて評価する。
			3EB -1 9A 3EB -1 9B	46.8 1	198.4	0.236	3A, 3B余熱除去ポンプ	4.35	0.850	<		当エリア内での消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、3EB 47A、17B へ消火水が伝播する。よって、3EB 47A、17Bの内、滞留面積が小さい3EB 47A
	非管理区域	33.6	3EB -N1	7.8 2	51.8	0.151	3B1,3B2ディーゼル発電機室給気ファン	34.25	0.650	<		■とまず画する。 当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、3EB ₦2へ消火水 が伝播する。よって、3EB ₦1と3EB ₦2を合わせた滞留面積にて評価する
			3EB -N2	7.8 2	26.7	0.292	3B1・B2ディーゼル発電機室給気ファン現 場操作箱(3LB-85)	34.8	1.200	<		
			3EB -N3	7.8 2	34.1	0.229	3A1,3A2ディーゼル発電機室給気ファン	34.25	0.650	<		当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、3EB-N4へ消火水 が伝播する。よって、3EB-N3と3EB-N4を合わせた滞留面積にて評価する
3号機 原子炉			3EB -N4	7.8 2	9.8	0.796	3A1・A2ディーゼル発電機室給気ファン現 場操作箱(3LB 84)	34.8	1.200	<		
建屋		29	3EB -N5	46.8 1	208.4	-	3A,3B,3C,3D王烝刘陽維弁 (3V 4IS 633A,B,C,D)	29.6	0.600	-		主蒸気管室は下階と連通しているので、3EB N7で評価する
			3EB -N6	7.8 2	83.64	-	, , , , ,3A,38,3C,3D主蒸気圧力 (3PT - 465,466,467,468,475,476,477,478,485, 486,487,488,495,496,497,498)	30.0	1.000	-		他のエリア(EL.26.0N)より高いフロアに設置されており、埋等の溢水経路上 の障害物がないため、当エリアに滞留することはないことから、影響はない。
		26	3EB -N7	46.8 1	211.2	0.222	3A, 3B, 3C, 3D補助給水隔離弁 (3V FW 574A, B, C, D)	26.88	0.880	<		
			3EB -N8	7.8 <sup>2</sup>	105.3	0.074	3復水ビット水位 , (3LT-3760,3761)	26.05	0.050 (0.100)	<		防護対象設備周囲に100mmの堰を設置することから影響はない。
		21.3	3EB 110	7.8 2	88.6	0.088	3電動補助給水ポンプ室排気ダンパ (3D VS 411A,B)	23.3	2.000	<		
		ŧ 17.1	3EB N11	15.6 <sup>3</sup>	282.2	0.055	3A・C,3B・C制御用空気母管連絡弁 (3V 4A 601A,B) 3A,3B制御用空気主素気迷がし弁等供給ラ イン止め弁 (3V 4A 505A,B)	17.6	0.500	<		
			3EB N12	15.6 <sup>3</sup>	282.2	0.055	3A,3B制御用空気圧縮機室給気ファン	17.24	0.140	<		当エリア内で汎火活動を行う際は、眉を開けて放水するため、3EB kil1へ消火 水が伝播する。よって、3EB kil1の滞留面積にて評価する。
				3EB N13	15.6 <sup>3</sup>	282.2	0.055	3原子炉トリップ遮断器盤 (3RTS)	17.162	0.062	<	
			3EB №14	15.6 <sup>3</sup>	282.2	0.055	3A,3B電動補助給水ポンプ室給気ファン	17.26	0.160	<		当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、3EB-N11へ消火 水が伝播する。よって、3EB-N11の滞留面積にて評価する。
		10.0	3EB N15A 3EB N15B	-	-		ディーゼル発電機			-		05室は00-消火であることからエリア内の消火水の放水は想定しない。 隣接する3EB Nf6A,Nf6Bからの消火水が伝播するが、05室は床開口で下階と連 通しているため3EB Nf9A,Nf9Bの評価に包括される
			3EB N16A 3EB N16B	7.8 2	53.6	0.146	3A,3Bディーゼル発電機制御盤 (3DGC A,B)	10.095	0.095			溢水水位と比べて、 機能喪失高さが低いが、A/Bトレンが東西で離れて 配置されており、同時に水没することはないため問題ない。
			3EB - N17A 3EB - N17B	7.8 2	49.4	0.158	3タービン動補助給水ポンプ起動盤A,B	10.2	0.200	×		3EB N17Aで消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、3EB N17Bへ消火水 が伝播する。よって3EB N17Bの滞留面積にて評価する。
			3EB N18	15.6 <sup>3</sup>	24.8	0.629	3タービン動補助給水ポンプ	4.100	0.600			溢水水位と比べて、 機能喪失高さが低いが、電動補助給水ボンブが上階 にあることから、同時に水没することはないため問題ない。
		3.5	3EB N19A 3EB N19B	15.6 <sup>3</sup>	70.7	0.221	3A,38ディーゼル発電機	3.78	0.280	<		05室は00.消火であることから、エリア内での消火水の放水は想定しないが、 E7時音増区域のドレンが05室に回収されることから、寒/6時音理区域で最大 の放水量を想定する。なお、38 kW、107(BFTE2)での放水による溢水は、 床ドレンが70.6サンプへ回収される系統構成であることから、当エリアへ伝播 はしないため問題はない。

消火栓からの放水による影響評価

:代表評価エリア 1:3時間の放水を想定 2:0:1時間の放水を想定 4:1:5時間の放水を想定 4:1:5時間の放水を想定 5:対象のエリアで最も機能復失レベルが低い機器を表す 5:対象のエリアで最も機能復失レベルが低い機器を表す

建置	区域区分	EL.[m]	滞留エリア 番号	溢水量 [m <sup>3</sup> ]	滞留面積 [m <sup>2</sup> ]	溢水水位 [m]	防護対象設備 5	<b>機能喪失高さ</b> (EL.[n])	機能喪失高さ (床上[m])	影響評価	判定	编句
		28.7	3CB -N1	7.8 2	349.6	0.022	3安全系電気盤室排気止めダンバA	31.0	2.300	<		
		26.1	30B N3	15.6.3	603.3	0.026	(30 43 636)	26.4	0.300			
		20.1	300 112	13.0 3	003.3	0.020	34,30中天前面呈唱成了了2	20.4	0.300	`		
			3CB -N3	23.4 4	430.8	0.054	3所内盤 (3HSB)	21.9	0.100	<		
		21.8	3CB N4A 3CB N4B	7.8 2	67.8	0.115	3原子炉安全保護計装盤 , , , (3RPR - , , , )	21.828	0.028			滞留面積が狭い308 H4Aエリアで評価する。 溢水水位と比べて、 機能喪失高さが低いが、当エリア入口にはH250mmの埋 を設置していることから、通知等の他のエリアに伝播することはないため A/Bトレンが同時に機能喪失することはない。
			3CB +\\5	23.4 4	120.5	0.194	3原子炉安全保護計装盤 , , , (3RPR - , , )	21.828	0.028 (0.250)	<		当エリアでの消火活動による、隣投エリアへの消火水の伝播による影響を確認 する。当エリア内での消火活動を行う際は、毎年間けて放火するため、308 MG ヘ消火水が伝着する。よって、308 MG 208 G 208 AG 208
			3CB N7A 3CB N7B	23.4 4	582.8	0.040	3A1,3A2,3B1,3B2パワーセンタ (3PC A1,A2,B1,B2)	15.862	0.062	<		片トレンの滞留面積では水位が高い(約0.1m)ため、機能喪失するにはA/Bト レンが同時に水没する必要があることから、3CB 4/7Aと3/2B 4/7Bを合わせた滞留 面積で評価する。
		15.8	3CB N8A 3CB N8B	23.4 4	328.2	0.071	3A, 3B, 3C, 3D計装用電源盤(1)~(3) (3IBC-A, B, C, D)	15.9	0.100	<		滞留面積が狭し1308-1484で評価する。 当エリア沖で清火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、3C8-47Aへ消火 水が伝播する。よって、3C8-47Aと3C8-48Aを合わせた滞留面積で評価する。
			3CB N9A 3CB N9B	23.4 4	347.2	0.067	34,38 蓄電池	16.602	0.802	<		海筋面積が熱い03-804で容積する。 当リア方で消火活動を行う際は、最を開けて放水するため、308-40A及び 308-44Aへ消火が伝信する。よって、308-47Aと308-48Aと308-48Aを合わせた 海筋面積に容積する。 当次水体に対して、パワーセンターの一機能現失高さの方が低いが、A/Bト レンが機能現代するにはもう一方のパワーセンターののエリア(308-4787)まで 追水が信息する必要があり、その場合は海筋面積が増えて火位が下がる(約 0.0%の)ため、周囲ない。
		10.0	3CB N10	7.8 2	198.1	0.039	3A,3B,3C,3D空調用冷凍機	10.4	0.400	<		
	非管理区域	7.0	3CB N11	46.8 1	229.3	0.204	3A・C,3B・C原子炉桶機冷却水戻り设置進 絡弁 (3V CC 043A,B) 3A・C,3B・C原子炉補機冷却水供給母管連 絡弁	7.7	0.700	<		
			3CB №12	46.8 1	170	0.275	(3V CC 056A,B) 3A,3B,3C,3D原子炉補機冷却水ポンプ	9.47	2.470	<		
			3CB №13	46.8 1	121	0.387	3B原子炉補機冷却水冷却器海水止め弁 (3V.SW.570B)	9.7	2.700	<		
制御 建屋		28.7	4CB -N1	7.8 2	349.6	0.022	4安全系電気盤室排気止めダンパA (4D -VS 636)	31.1	2.400	<		
		26.1	4CB -N2	7.8 2	603.3	0.013	4A,4B中央制御室循環ファン	26.2	0.100	~		
		21.8	4CB +N3	15.6 з	430.8	0.036	4所内盤 (4HSB)	21.9	0.100	<		
			4CB №4A 4CB №4B	15.6 s	67.8	0.230	4原子炉安全保護計装盤 , , , , (4RPR - , , )	21.828	0.028 (0.150)			滞留面積が狭14G8 44Aで評価する。 油水水位と比べて、機械要失高さが低いが、当エリア人口にはH150mmの増 を設置していることから、溢水の一部は当エリアに貯水され、残り265.5ml (67.6mt x0.15m = 10.1mt = 5.5ml)が応8.4k3へ伝聞する。 の時x048.4K3の水位は約0.1mt であり、48.448の人口獲(H150m)以下である ことから408.448には違えは伝通しないので、A/Bトレンの抱方が同時に影響を 受けないため、問題ない。
			4CB -N5	15.6 <sup>3</sup>	131.9	0.118	4原子炉安全保護計装盤 , , , (4RPR - , , , )	21.828	0.028	>		当エリアでの消火活動による、隣接エリアへの消火水の伝播による影響を確認 する。 408 H44、NHBに対しては、温水水位が曝高さ(H150m)を超えないため伝播し ない。また、408 H3に対しては、408 H3の評価で問題ないことを確認してい る。
		15.8	4CB N6A 4CB N6B	23.4 4	578.8	0.041	4A1, 4A2, 4B1, 4B2パワーセンタ (4PC A1, A2, B1, B2)	15.862	0.062	<		片トレンの滞留面積では水位が高い(約0.1m)ため、機能喪失するにはA/8ト レンが同時に水没する必要があることから、4CB 4/6Aと4/CB 4/68を合わせた滞留 面積で評価する。
			4CB N7A 4CB N7B	23.4 4	325.7	0.072	4A,4B,4C,4D計装用電源盤(1)~(3) (41BC-A,B,C,D)	15.9	0.100	<		滞留面積が狭し408 47Aで評価する。 当エリア内で消火活動を行う際は、届を開けて放水するため、408 46Aへ消火 水が伝播する。よって、408 46Aと408 47Aを合わせた滞留面積で評価する。
			4CB N8A 4CB N8B	23.4 4	343.4	0.068	4A,48 蓋電池	16.602	0.802	v		滞留面積が狭い408-%A2で開着する。 ヨリアウ府で消火活動を行う際は、届を開けて放水するため、4CB-N7Aエリア 及び408 NHAへ消火火が伝達する。よって、4CB-N6Aと4CB-N7Aと4CB-N8Aを合わ 社が滑電面積で得着する。 溢水が位に対して、パワーセンターの 機能電失高さの方が低いが、A/Bト レンが機能度快考るにはもう一方のパワーセンターのロメリイ4CB-Bまで 溢水が伝道する必要があい、その場合は滞留面積が増えて水位が下がる(約0)。 ComBatol.
		10.0	4CB -N9	7.8 2	198.1	0.039	4A,4B,4C,4D空調用冷凍機	10.4	0.400	<		
		7.0	4CB №10	46.8 1	226.3	0.207	<ul> <li>4A・C,4B・C原子炉補機冷却水戻り母管連</li></ul>	7.7	0.700	<		
		7.0	400	40.0			(4V CC 056A, B)	0.17	0.70			
			408 N11	46.8 1	170	0.275	4A,4D,4U,4U原ナ炉相焼冷却水ホンフ 4B 南子炉補機冷却水冷却緊海水止め会	9.4/	2.4/0	<		
			4CB N12	46.8 1	121	0.387	(4V-SW-570B)	9.7	2.700	<		



×.	区域区分	EL.[m]	滞留エリア 番号	溢水量 [m <sup>8</sup> ]	<b>滞留面積</b> [n <sup>2</sup> ]	溢水水位 [m]	防護対象設備 5	<b>機能喪失高さ</b> (EL.[m])	機能喪失高さ (床上[m])	影響評価	判定	<b>推</b> 电
		39	4EB -1	46.8 1	167.6	0.279	4原子炉補機冷却水サージタンク水位 (4LT 1200, 1201)	40.0	1.000	<		
			4EB -2A 4EB -2B	46.8 1	95.2	0.492	4A,4B制御用空気供給母管圧力 (4PT -1800,1810)	18.2	1.100	<		滞留面積が狭い4EB-2Aエリアで評価する。
			4EB -3	46.8 1	1142	0.041	4A,4B燃料取替用水ポンプ	17.65	0.550	<		消火栓が設置されていない、隣接エリア内(4EB4)の消火活動を行う際は、 扉を開けて放水するため、4EB3へ伝播する。よって、4EB3、4で最も機能喪 失高さが低い税利取替用水ポンプを対象に評価する(4EB4の評価は本評価に 包絡される)。
		17.1	4EB -5A 4EB -5B	46.8 1	64.7	0.723	4A,4B安全補機室冷却ファン	17.9	0.800	<		滞留面積が狭い4EB-58で評価する。
	管理区域		4EB -6A 4EB -6B	46.8 1	89.15	0.525	4A,4B余熱除去ポンプミニマムフローライ ン止め弁 (4FCV-601,611)	17.8	0.700	<		滞留面積が狭い4EB-68で評価する。 当エリア内で汚火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、4EB 6Bへ消火水 が伝謝する。よって、4EB 68と4EB 68の滞留面積を用いて評価する(4EB 6の 評価は本評価に包給される)。
			4EB -7	46.8 1	95.1	0.492	4充てんライン格納容器隔離弁 (4∀ CS 157)	21.6	4.500	<		
		10.0	4EB -8	46.8 1	585.3	0.080	4C充てんポンプ速度制御補助盤 (4CSAC)	10.2	0.200	<		消火栓が設置されていない環接するエリア内(4EB- 94,98:104,108,102,11:12)の消火活動を行う際は、層を開けて放水するた め、当てリアへ活動する。よって、当り口アの管理区域で進も機能現去高さが 低い夜でんがっプ減援時期的動量が発展に回路でする(4EB- 64,95:04,106,07,11:20時間は本評価に回路でする)。
			4EB -13	46.8 1	50.2	0.932	4ほう酸タンク室温度(1),(2),(3),(4) (4TS-2602,2603,2612,2613)	11.4	1.400	<		
			4EB -14A 4EB -14B	46.8 <sup>1</sup>	146.5	0.320	44,48余熟除去冷却器冷却水止め弁 (4V CC 4144,B)	10.6	0.600	<		滞留面積が狭148E 44Aで評価する。 消火性が設置されていない現積するエリア内(4EB 45A,16A)の消火活動を行 う際は、扉を開けて放水するため、4EB 44Aへ伝捕する、ムーて、4EB - 4A,15A,140で最相模優長先高が低しい条熱焼売が却踏や起水にかを対象に 評価する(4EB 45A,15B,16A,16Bの評価は本評価に包結される)。
		3.5	4EB -17A 4EB -17B	46.8 <sup>1</sup>	189.1	0.248	4A,4B余熱除去ポンプ出口流量 (4FT 601,611)	4.5	1.000	<		滞留面積が狭1 \4EB -17Aで評価する。
			4EB -1.8A 4EB -1.8B	46.8 1	219.7	0.213	4A,48离圧注入ポンプ	3.85	0.350	<		当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、4EB 47A、17Bへ 消火水が伝播する。よって、4EB 47A、17Bの内、滞留面積が小さい4EB 47Aに て評価する。
			4EB -1.9A 4EB -1.9B	46.8 1	198.4	0.236	4A,4B余熟除去ポンプ	4.35	0.850	<		当エリア内で消火活動を行う際は、 虚を開けて放水するため、4EB 47A、17Bへ 消火水が伝播する。よって、4EB 47A、17Bの内、滞留面積が小さい4EB 47Aに て評価する。
	非管理区域	33.6	4EB -N1	7.8 2	51.8	0.151	4B1,4B2ディーゼル発電機室給気ファン	33.9	0.300	<		当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、4EB N2へ消火水 が伝播する。よって、4EB N1と4EB N2を合わせた滞留面積にて評価する
			4EB -N2	7.8 2	26.7	0.292	4B1・B2ディーゼル発電機室給気ファン現 場操作箱(4LB 85)	34.8	1.200	<		
			4EB -N3	7.8 2	34.1	0.229	4A1,4A2ディーゼル発電機室給気ファン	33.9	0.300	<		当エリア内で消火活動を行う際は、庫を開けて放水するため、4EB N4へ消火水 が伝播する。よって、4EB N3と4EB N4を合わせた滞留面積にて評価する
4号機 原子炉 建屋			4EB -N4	7.8 2	9.8	0.796	4A1・A2ディーゼル発電機室給気ファン現 場操作箱(4LB-84)	34.8	1.200	<		
		29	4EB -N5	46.8 1	211.2		4A,4B,4C,4D主蒸気隔離弁 (4V MS 633A,B,C,D)	29.6	0.600	-		主茶気管室は下階と連通しているので、408-N7で評価する
			4EB -N6	7.8 2	83.64		, , , , ,4A,4B,4C,4D主蒸気圧力 (4PT - 465,466,467,468,475,476,477,478,485, 486,487,488,495,496,497,498)	30.0	1.000	-		他のエリア(EL.26.0M)より高いフロアに設置されており、堰等の溢水経路上 の障害物がないため、当エリアに滞留することはないことから、影響はない。
			4EB -N7	46.8 <sup>1</sup>	208.4	0.225	4A,4B,4C,4D補助給水隔離弁 (4V FW 574A,B,C,D)	26.93	0.930	<		
		26	4EB -N8	7.8 2	105.3	0.074	4復水ビット水位 , (4LT 3760,3761)	26.06	0.060 (0.100)	<		防護対象設備周囲に100㎜の堰を設置することから影響はない。
		21.3	4EB N11	7.8 2	77.9	0.100	4電動補助給水ポンプ室排気ダンパA,B (4D 4/S 411A,B)	23.7	2.400	<		
		17.1	4EB №12	15.6 <sup>3</sup>	283.2	0.055	4A・C,4B・C制御用空気母管連絡弁 (4V,4A 601A,8) 4A,4B制御用空気主気気感が(分等供給ラ イン止め弁 (4V 4A 605A,8)	17.6	0.500	<		
			4EB N13	15.6 <sup>3</sup>	283.2	0.055	4A,4B制御用空気圧縮機室給気ファン	17.4	0.300	<		当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、4EB 412へ消火 水が伝播する。よって、4EB 412の滞留面積にて評価する。
			4EB N14	15.6 <sup>3</sup>	283.2	0.055	4原子炉トリップ遮断器盤 (4RTS)	17.162	0.062	<		当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、4EB X12へ消火 水が伝播する。よって、4EB X12の滞留面積にて評価する。
			4EB N15	15.6 <sup>3</sup>	283.2	0.055	4A,4B電動補助給水ポンプ室給気ファン	17.26	0.160	<		当エリア内で消火活動を行う際は、扉を開けて放水するため、4EB 412へ消火 水が伝播する。よって、4EB 412の滞留面積にて評価する。
		10.0	4EB N16A 4EB N16B		-		ディーゼル発電機			-		06室は00,消火であることからエリア内の消火水の放水は想定しない。 隣接する4E8 417A,N178からの消火水が伝播するが、DG室は床開口で下階と連 通しているため4E8 420A,N208の評価に包給される
			4EB -N17A 4EB -N17B	7.8 2	53.6	0.146	4A,4Bディーゼル発電機制御盤 (4DGC A,B)	10.095	0.095			溢水水位と比べて、 機能喪失高さが低いが、A/Bトレンが東西で離れて おり、同時に水没することはないため問題ない。
			4EB N18A 4EB N18B	7.8 2	47.9	0.163	4タービン動補助給水ボンブ起動盤A,B (4TDF -A,B)	10.2	0.200	<		4EB N18Aで消火活動を行う際は、雇を開けて放水するため、4EB №18Bへ消火水 が伝播する。よって4EB №18Bの滞留面積にて評価する。
		3.5	4EB N19	15.6 3	24.8	0.629	4タービン動補助給水ポンプ	4.1	0.600			溢水水位と比べて、 機能喪失高さが低いが、電動補助給水ボンブが上階 にあることから、同時に水没することはないため問題ない。
			4EB N20A 4EB N20B	23.4 4	70.7	0.331	4A,4Bディーゼル発電機	3.78	0.280			OS室はの活みであることから、エリア科での消火水の放水は想定しないが、 E/B非普運運区域のドレンがOS室内のOSサンプに回収されることから4F/B非普運 医域で置大の放火量を想定する。 当然大松と比べて、機能現失高さが低いが、A/Bトレンが同時に大沢する ことはないため問題ない(ドレンの逆流により4EB 4200から4EB 4200から4EB るが、滑雪面積が約2倍になり次位が約0.165mに下がえため、問題ない)。な 4.48 VK, WY LOIFINE 2000放水による送水は、KFレンが10+02プへ回 収される系統構成であることから、当エリアへ伝播はしないため問題はない。
×.	区域区分	EL.[m]	滞留エリア 番号	溢水量 [n <sup>3</sup> ]	滞留面積 [m <sup>2</sup> ]	溢水水位 [n]	防護対象設備	機能喪失高さ (EL.[m])	機能喪失高さ (床上[m])	影響評価	判定	備考
海水 ポンプ	非管理区域	2.5	-	46.8 1	548.6	0.085	4A,4B,4C海水ポンプ 4A,4B,海水供給(現等)。 Dim 48 44	4.65	2.150	<		
エリア		I	-	46.8 1	548.6	0.085	4V SW 615A.B)	3.3	0.800	<		

































# 添付資料10



耐震B、Cクラス機器の耐震性評価方法及び評価結果

### 1.はじめに

地震時に流体を内包する耐震 B、C クラス機器(配管、容器)が破 損することで、重要度の特に高い安全機能を有する系統に対して、 溢水による影響を及ぼす可能性があることから、溢水源から除外す る耐震 B、C クラス機器について基準地震動 Ss で破損しないことを 確認する。

## 2.評価方法および結果

機器の破損による溢水防止の観点から、基準地震動 Ss による地 震力に対して、耐震評価対象となる耐震 B、C クラス機器(表 1)の 構造強度評価を実施し、バウンダリ機能が確保されることを確認す る。構造強度評価にあたっては、以下のとおり耐震 S クラス機器と 同様の評価手法を用いる。

構造強度評価に係る応答解析は、基準地震動 Ss を用いた動的解 析によることとし、機器の応答性状を適切に表現できるモデルを設 定する。その上で、当該機器の据付床の水平方向および鉛直方向そ れぞれの床応答を用いて応答解析を行い、それぞれの応答解析結果 を適切に組み合わせる。

なお、減衰定数については、原則として「原子力発電所耐震設計 技術指針 JEAG4601 -1991 追補版」に記載の値とし、試験等で妥当性 が確認された値も評価に用いる。

応力評価にあたっては、基準地震動 Ss に対する応力発生値と評価基準値を比較することにより行い、評価基準値は「原子力発電所耐震設計技術指針 JEAG4601・補 -1984」(以下、「JEAG」という。)、

「発電用原子力施設規格 設計・建設規格 JSME SNC1-2005」等の 規格基準で規定されている値または試験等で妥当性が確認されて いる値を用いる。ただし、バウンダリ機能の確保の観点から、設備 の 実 力 を 反 映 す る 場 合 に は 規 格 基 準 以 外 の 評 価 基 準 値 の 適 用 も 検 討 す る 。

評価部位については、JEAG等の評価対象部位を元に構造上適切に選定した評価部位を選定する。

(1)容器等の耐震評価および結果

評価対象となる耐震 B、C クラスの容器およびポンプ(以下、「容器等」という。)個別の主な解析条件を以下に、評価手法・ 条件および結果を表 2 に示す。評価結果は評価部位の評価のう ち、最も耐震上厳しい評価部位の値を記載しているものである。 (解析条件)

・設計用地震力:基準地震動 Ss

・減衰定数:(水平)1.0%、(鉛直)1.0%

・床応答曲線(FRS):±10%拡幅

・応力の組合せ:絶対値和または二乗和平方根(SRSS)

今回適用した評価手法・条件と規格基準上の評価手法・条件 を比較するため、耐震 S クラス容器等の代表的な評価手法・条 件を表 2 に示す。

今回の耐震 B、C クラス容器等の評価にあたっては、「規格基準以外の評価基準値」など、規格基準と異なる評価手法・条件を適用したものはない。

評価の結果、いずれの容器等においても発生応力が評価基準 値を満足していた。

(2)配管の耐震評価および結果

対象となる耐震 B、C クラス配管については、種々の配管があることから、耐震評価にあたり、工事計画認可で考慮されている 対象配管の配管条件、相対変位の影響等を確認し(表 3)、対象 配管について定ピッチスパン法による評価を実施する。
a.評価方法

(a) 解析条件

2 スパン 3 点支持モデル(定ピッチスパン法)および 3 次元 はりモデルによる評価のための主要な解析条件を以下に示す。

- ・設計用地震力:基準地震動 Ss
- ・減衰定数:0.5%、1.5%、2.0%、3.0%
- ・床応答曲線 (FRS): ±10% 拡幅、ピーク保持
- ・応力の組合せ:二乗和平方根(SRSS)

なお、今回の耐震 B、C クラス配管の Ss 地震力に対する解 析条件と耐震 S クラスの解析条件の比較を表 4 に示す。

(b) 評価手順

溢水影響の対象となる耐震 B、C クラス配管の耐震性を確認するための評価の手順を以下に示す。(図 4)

対象配管の整理

溢水影響の対象配管について、「建屋・階層・配管仕様」を 整理する。

定ピッチスパン評価による発生応力算出

「建屋・階層・配管仕様」毎に基準地震動 Ss による定ピッ チスパン評価を実施し、評価基準値以内であることを確認す る。

3次元はりモデルによる詳細評価

で評価基準値を超える配管部については、基準地震動 Ss による 3 次元はりモデル評価を実施し、評価基準値以内であ ることを確認する。なお、評価基準値を超える場合は、改造 を実施する。

(c) 評価結果

対象配管の支持間隔における発生応力が許容基準値以内であることを確認した。

	対象機器
溢水保有量の	体積制御タンク、非再生熱交換器、封水冷却
多い系統の容	器、原子炉周辺建屋サンプポンプ、原子炉周
器	辺建屋サンプタンク、使用済燃料ピット冷却
	器、使用済燃料ピットポンプ、使用済燃料ピ
	ット脱塩塔、使用済燃料ピットフィルタ、ほ
	う酸補給タンク
耐震 B、C クラ	補助給水系統、原子炉補機冷却水系統、化学
ス配管	体 積 制 御 系 統 、 空 調 用 冷 水 設 備 系 統 、 1 次 系
	洗 浄 水 系 統 、 1 次 系 放 射 性 機 器 ド レン 系 統 、 1
	次系放射性床ドレン系統、消火水系統、主蒸
	気・給水系統、1次系補給水系統、燃料取替
	用水系統、燃料ピット冷却浄化系統、蒸気発
	生器ブローダウン系統、安全注入系統、1次
	系 試 料 採 取 系 統 、 液 体 廃 棄 物 処 理 系 統 、 固 体
	廃 棄 物 処 理 系 統 、 補 助 蒸 気 系 統

表 1 耐震評価対象の耐震 B、C クラス機器(配管、容器)

ただし、廃棄物処理建屋の機器は破損による溢水を考慮する ことから対象外とする。

-	_							1							
		麄		代表的な評価手法・条件				既工認記載内容 (本タンパは、原子炉周辺建屋の床コンク リートに埋設されるものでの前腰結算を 行うまでもなく、耐酸性については十分安 全であるので耐震計算は皆略する。」				JEAG記載の1質点系評価モデル に該当しないため、FEM解析モデ ルにて評価したものであり、適切な 評価手法である。	代表的な評価手法·条件		
		その他 (評価条件(温度、圧 力等)の変更)	相違内容		なし	なし	なし	既工認と同様の理 由で計算は省略	なし	なし	なし	なし		なし	なし
		減衰定数	相違内容	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	既工認と同様の理 由で計算は省略	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	( <u>水平</u> )1.0% (鉛直)1.0%	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	(水平)1.0% (鉛直)1.0%	(水平)1.0% (鉛直)1.0%
	ドとの相違		:同じ :異なる							0					
	基準の代表的な評価手法・条件	解析モデル	相違內容	(応答解析) モデルなし (応力解析) 1覧点モデル	(応答解析) モデルなし (応力解析) 1質点モデル	(応答解析) モデルなし (応力解析) 1質点モデル	(応答解析) モデルなし (応力解析) 1質点モデル	既工認と同様の理由で計算は 省略	(応答解析) モデルなし (応力解析) 1覧点モデル	(応答解析) モデルなし (応力解析) 1覧点モデル	応答解析  モデルなし  応力解析  1覧点モデル	(応答解析) シェルモデル (応力解析) シェルモデル	(応答解析) モデルなし (応力解析) 1覧点モデル	(応答解析) モデルなし (応力解析) 1質点モデル	応答解析  モデルなし  応力解析  1賃点モデル
	等の規格		:同じ :異なる												
	JEAG	「手法 (公式等による評価、 ペクトルモーダル解析他)	相違內容	応答解析)各設備の固有値に基 づく応答加速度による評価 、応力解析)公式等による評価	応答解析)各設備の固有値に基 づく応答加速度による評価 、応力解析)公式等による評価	応答解析)各設備の固有値に基 づく応答加速度による評価 (応力解析)公式等による評価	応答解析)各設備の固有値に基 づく応答加速度による評価 、応力解析) 公式等による評価	既工認と同様の理由で計算は省 路	応答解析)各設備の固有値に基づく応答加速度による評価 づく応答加速度による評価 「応力解析」公式等による評価	応答解析)各設備の固有値に基 づく応答加速度による評価 (応力解析)公式等による評価	応答解析)各設備の固有値に基 づく応答加速度による評価 、応力解析) 公式等による評価	「応答解析」スペクトルモーダル解 デ 「応力解析」スペクトルモーダル解	応答解析) 各設備の固有値に基 づく応答加速度による評価 「応力解析) 公式等による評価	応答解析)各設備の固有値に基 づく応答加速度による評価 「応力解析) 公式等による評価	「応答解析」)各設備の固有値に基 つく応答加速度による評価 (応力解析) 公式等による評価
		離れて	:同じ :異なる										,		
		評価基準値	MPa	T	334	210	267	コンクリートに	400	210	210	261	I	153	160
		発生値	MPa		165	41	51	炉建屋)の床: ている。	227	180	54	99		17	6
		応力分類		-	—次応力	引張応力	組合せ一次応力	が周辺建屋(原子 こめ、耐震性を有し	にふる	引張応力	引張応力	組合せ応力		引張応力	せん断応力
		評価部位		胴板 支持脚 基礎ボルト	胴板	基礎ボルト	胴板	本タンクは、原子 埋設されているが	基礎ボルト	基礎ボルト	基礎ボルト	支持構造物	基礎ボルト取付ボルト	基礎ボルト	基礎ボルト
		設備伯格		耐震Sケラス 容器	非再生冷却器	封水冷却器	体積制御タンク	原子炉周辺建屋サンプタンク	使用済燃料ビット冷却器	使用済燃料ビット脱塩塔	使用済燃料ビットフィルタ	ほう酸補給タンク	耐震 Sクラス ボンプ	原子炉周辺建屋サンブポンプ	使用済燃料ビットポンプ
	医分			•		[X	「器・タン	5			•		ポンプ		

表2 容器等の耐震評価手法・条件及び結果整理表(構造強度)

溢水対象配管の配管条件・評価方法 表 3

			配置の条件		建設	
系統名	材質	温度 150 超	14 IVIE=-+	運室	工認時	備考
		口径 48 以上	任記以外	相対変位	評価方法	
補助給水系統	SUS	ı		-	ı	
原子炉補機冷却水系統	CS, SUS	ı		-	ı	
化学体積制御系統	SUS	ı		I	定パッチ	
空調用冷水設備系統	CS	ı		۲*	I	
1 次系洗净水系統	SUS			-	ı	
1 次系放射性機器ドレン系統	SUS	-		-	定ピッチ	
1 次系放射性床ドレン系統	SUS	1		-	ı	
消火水系統	CS	I		*2	I	
主蒸気・主給水系統	CS	۰.		I	-	
1 次系補給水系統	SUS	ı		-	I	
燃料取替用水系統	SUS	I		-	定ピッチ	
燃料ピット冷却浄化系統	SUS	I		-	定ピッチ	
蒸気発生器ブローダウン系統	CS, SUS	I		*2	-	
安全注入系統	SUS	I		I	定ピッチ	
1 次系試料採取系統	SUS	I		T	定ピッチ	
液体廃棄物処理系統	SUS	I		-	定ピッチ	
固体廃棄物処理系統	SUS	I		I	定ピッチ	
補助蒸気系統	CS、 SUS	*1		*2	-	
*1:建設時、熱の影響が大きい配管	訂は、定ピッチス	いとうにて耐震設計	を行い、3 次元	はっモデルにて熱	影響評価を行って	てお り、

建設時から支持スパンが変更されていないため、建設時の熱条件を考慮する。 \*2:配管が異なる建屋(原子炉周辺建屋および制御建屋)間の相対変位を考慮する。

## 表4 耐震 B、C クラス配管における解析条件

溢水対象の耐震 B、C クラス配管の Ss 地震力に対する解析における条件を以下に示す。なお、参考として耐震 S クラス配管の解析条件を合わせて示す。

-					
		B、C クラス低温配管 (溢水波及影響評価)	【参考】 S クラス低温配管 (設計評価)	備考	
	手法	定ピッチスパン法	定ピッチスパン法(*1)		
	地震波	Ss (・NS・EW 包絡 ・±10%拡幅 ・ピーク保持	Ss 〔		
	荷重の組合せ	二乗和平方根(SRSS)	同左		
	減衰定数	0.5、1.5、2.0、3.0% (*2)	同左		
	許容応力状態	As	同左		
	評価項目 ・応力 ・振動数	×			
	地震時の 相対変位の 考慮(*3)	要	要		

\*1:150 を超え、4B以上の高温配管は3次元はリモデル解析

\*2: JEAG4601 -1991 および試験等で妥当性が確認された値

\*3:熱応力については建設時の条件を確認



図1 対象配管の評価フロー

## 地震時に溢水源として想定する機器リスト

【地震に起因する溢水】 流体を内包する機器(配管、容器)のうち、基準地震動による地震力によって破損が生じるとされる機器(耐震重要度分類B,Cクラス機器) について、破損を想定する。 ただし、B,Cクラス機器であっても、基準地震動による地震力に対して耐震性が確認されているものについては、漏水を考慮しない。 溢水量は、系統の全保有水量が漏えいするものとした。

建屋	フロア	溢水源	No.	溢水量 (m <sup>3</sup> )	備考
	EL.39.0m	樹脂タンク	(1)	0.23	
		使用済燃料ピットスロッシング	(2)	22.62	
		冷却材混床式脱塩塔	(-)		
3号機 原子炉 周辺建屋	EL.33.6m	冷却材陽イオン脱塩塔			
原子炉			(3)	48.07	
周辺建屋					
			(4)	0.02	
	EL.17.1m	ほう酸補給タンク	(5)	1.5	
	FL 39 0m	樹脂タンク	(1)	0.23	
	EL 33 6m	使用済燃料ピットスロッシング	(2)	22 62	
	22.00.00	冷却材混床式脱塩塔	(2)	22.02	
4号機		冷却材陽イオン脱塩塔			
原子炉	EL.26.0m		(3)	48.07	
周辺建屋					
		1 次 五 末 品 タ ン ク ン ク ン ク ン ク ン ク ン ク ン ク ン ク ン ク ン ク ン ク 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 の 、 、 、 、 、 、 の 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、 、	(4)	0.02	
	EL.17.1m		(5)	1.5	
			(6)	57 /	
制御建屋	EL.26.1m		(0)	11 4	
		日へ自注至温泉です。	(')		
				1215.3	
		廃液蒸留水脱塩塔			
	<b>F</b> I 00 0			783.9	
	EL.26.0m	格納容器雰囲気ガス試料冷却器			
		除湿装置(廃ガス冷却器)	-	386.5	
		ガス圧縮装置		(783.9)	
		除湿装置	-	(386.5)	
		廃液蒸発装置中和剤注入装置か性ソーダ計量タンク	_	(782.0)	
		廃液蒸発装置中和剤注入装置	-	(703.9)	
		▲ほう酸回収装置	- I	(1215.3)	・水密扉、逆止弁、堰を設置し、原子炉周辺建
			_	(386.5)	屋と隔離している
	FL 17 5m	A廃液蒸発装置		(783.9)	
		乾燥造粒装置		(386.5)	・ 温小里は、 皈須した場合に 崩んいりるり 能性 のある系統保有水量を 各設備毎に 示したもの
		Bほう酸回収装置	-	(1215.3)	である。(建屋内で重複している場合は()で示
				396.5	す)
		B廃液蒸発装置	-	(783.9)	いての通り 冬亥纮保右水昌を送水島とし
				(396.5)	た。
应弃师		冷却材貯蔵ダング		(1215.3)	
一 用 未 初 加 田 建 居		はつ酸凹収表直結小小ノノ 感流時荘 タンク			化学体積制御系統(ほう酸回収ライン):
处理建度		院校灯風ダノク	-		1215.3m <sup>3</sup>
		虎	-		
		焼液品がパンプ 感流装空水ポンプ		(783.9)	
	EL.10.0m	時分離活性汚泥処理装置	-		原丁炉補機液却公統(45機):390.3m 1次を補給水を弦・915 0m <sup>3</sup>
		使用済樹脂貯蔵タンク	-		1次系補給が示説、013.0m 1次系洗浄水系統・13.5m <sup>3</sup>
			1		補助蒸気系統(復水ライン):24 0m <sup>3</sup>
		1 次系補給 水ポンプ		815.0	その他配管:924.9m3
		洗たく設備	-	13.5	
		維固体焼却設備	-	(783.9)	・廃棄物処理建屋の合計溢水量は4559.6m3
		洗浄排水タンク			
		強酸ドレンタンク	1	(792 0)	
		強酸ドレンタンク中和装置か性ソーダ計量タンク	] -	(103.9)	
		洗浄排水ポンプ			
	EL.4.9m	補助蒸気ドレンタンク	-	24.0	
		補助蒸気復水モニタ冷却器	_	(386.5)	
			<b> </b>	(24.0)	
		強酸ドレンポンプ	-	(783.9)	
		201 AVF		(386.5)	
	-		- 1	924.9	

廃棄物処理建屋から原子炉周辺建屋への流入経路については、堰や水密扉、床ドレンの逆流防止弁を設置していることから、溢水源とし て評価対象としない

使用済燃料ピットのスロッシングによる溢水量評価

1.はじめに

基準地震動 Ss による使用済燃料ピットのスロッシング解析を行い, ピットからの溢水量を評価する。

2.基準地震動 Ss による溢水量の推定

2.1 溢水量の解析方法

使用済燃料ピットのあるフロアレベルの燃料取扱建屋をモデル化範囲とし、 スロッシングによる溢水量を保守的に評価するために、使用済燃料ピット,燃料取替用キャナル,キャスクピット,燃料検査ピットの全てが水張りされた状態とした3次元流動解析により溢水量を算定する。

燃料取扱建屋(E.L.33.6m)の使用済燃料ピット周辺の概要を図-1に示す。

解析条件

モデル化範囲	使用済燃料ピットのあるフロアレベル全体(図 -1 参照)
境界条件	シャッター位置およびピット室への出入口からは水が流 出するものとする。 また、上部は開放とし、他は壁による境界を設定。
水位	EL.33.21m
評価用地震波	燃料取扱建屋 EL.33.6m の波を使用 スペクトルベース(1波)と断層モデルベース(2波) に対し、EW + UD と NS + UD の 2 方向で評価する。
解析コード	FLOW - 3D(流体解析ソフトウェア) 自由表面(および2流体界面)の大変形を伴う複雑な3 次元流動現象を精度よく計算することを特徴としてい る。 一般産業施設の主要な解析実績としては、液体燃料やLNG タンクのスロッシング解析、インクジェット解析、鋳造 湯流れ凝固解析などが挙げられる。
その他	使用済燃料ラックは考慮せず、ピット内の水が全て揺動 するとした。 また、ピット周りに設置されているフェンスは考慮しな い。



## 2.2 溢水量の推定結果

上記 2.1.1 により算定した基準地震動 Ss における使用済燃料ピットのスロ ッシングによる最大溢水量を表 -1,使用済燃料ピット水位を表 -2 に示す。

表 -1 スロッシン	グによる最大溢水量
NS 方向地震	22.62m <sup>3</sup>
EW 方向地震	17.57m <sup>3</sup>

表-2 溢水時の使用済燃料ピット水位

初期ピット水位	12.06m(E.L.33.21)
NS 方向地震後のピット水位	11.98m (E.L.33.13)
EW 方向地震後のピット水位	11.99m (E.L.33.14)

## 溢水経路、溢水水位および機能喪失高さの考え方

1.はじめに

溢水による影響評価を実施するために必要となる、溢水経路、溢水水位お よび機能喪失高さの設定の考え方を示す。

2. 溢水経路

溢水経路の設定にあたっては、溢水防護区画内漏えいと溢水防護区画外漏 えいを想定して設定する。

(1) 溢水防護区画内漏えいでの溢水経路

溢水防護区画内漏えいでの溢水経路の評価を行う場合、防護区画内の水 位が最も高くなるよう、当該溢水区画から他区画への流出がないように溢 水経路を設定している。

a.床ドレン

床ドレン配管が設置され他の区画とつながっている場合であって も、他の区画への流出は想定していない。

b.床面開口部及び床貫通部

評価対象区画床面において、他区画への流出を期待するものは、明 らかに流出が期待できることを定量的に確認できる階段あるいは機 器ハッチとしている。

c.壁貫通部

評価対象区画の境界壁の貫通部が溢水による水位より低い位置に ある場合であっても、その貫通部からの流出は考慮していない。

d.扉

評価対象区画に扉が設置されている場合であっても、当該扉から隣 室への流出は考慮していない。

e.排水設備

評価対象区画に排水設備が設置されている場合であっても、当該区 画の排水は考慮していない。 (2) 溢水防護区画外漏えいでの溢水経路

溢水防護区画外漏えいでの溢水経路の評価を行う場合、防護対象機器 の存在する溢水防護区画の水位が最も高くなるように溢水経路を設定し ている。

a.床ドレン

評価対象区画の床ドレン配管が他の区画とつながっている場合は、 水位差による流入量を考慮している。

評価対象区画内に設置されているドレン配管に逆止弁を設置して いる場合は、その効果を考慮している。

b. 天井面開口部及び貫通部

評価対象区画の天井面に開口部又は貫通部がある場合は、上部の区 画で発生した溢水量の全量が流入するものとしている。ただし、開口 部又は貫通部に流出防止処置を施している場合は、評価対象区画への 流入は考慮していない。

c.壁貫通部

評価対象区画の境界壁の貫通部が溢水による水位より低い位置に ある場合は、その貫通部からの流入を考慮している。

d.扉

評価対象区画に扉が設置されている場合は、水位差による流入量を 考慮している。

水密扉については、水圧による水密性の確保でき、その水位に耐え られる強度を有しており、流入を考慮していない。

e.堰

溢水が発生している区画に堰が設置されている場合は、他に流出経 路が存在しない場合は、当該区画で発生した溢水は堰の高さまで蓄積 されるものとしている。

評価対象区画によっては、溢水量から得られる水位の算出において、 保守的な評価となるよう堰の有無にかかわらず、堰があるものとして 滞留面積を小さくすることで評価用の水位を高く設定している。 f.排水設備

評価対象区画に排水設備が設置されている場合であっても、当該区 画の排水は考慮していない。

以上より、各フロアの区画における、溢水量及び滞留面積を算出する。

なお、上層階から階段あるいは機器ハッチを経由して下階へ伝播する場合は、 上層階の溢水量を積算し、その溢水量が当該フロアに滞留するものとする。

3. 溢水水位

影響評価に用いる溢水水位の算定は、溢水経路上の評価対象区画の全てに対して行う。

溢水水位:Hは、下式に基づき算出する。

H = Q/A

Q:流入量(m<sup>3</sup>)

A:滞留面積(m<sup>3</sup>)

滞留面積は、コンクリート基礎等の範囲を除く有効面積を滞留面積とし て評価する。(図1)。

4.機能喪失高さ

滞留エリア毎に、最も低い位置にある防護対象設備の設置高さを、機能喪失 高さとする。(図1)。



図1 機能喪失高さと滞留面積の考え方

甸
詀
響
影
松
渋

運憲	区域区分	EL. [m]	滞留エリア 番号	溢水量 [m <sup>3</sup> ]	新國面積 [ <sup>m</sup> 2]	猶水水位 [m]	防護対象設備	機能喪失高さ (EL.[m])	機能喪失高さ (床上[m])	影響評価	判定
		39.0	3EB -	0.23 1	167.6	0.002	3原子炉補機冷却水サージタンク水位 , (3LT -1200,1201 )	40.1	1.10	~	
			3EB -	0.23 1	55.3	0.005				防護対象設備 無し	
		33.6	3EB -	22.85 2	1121.0	0.021				防護対象設備 無し	
			3EB -	22.85 2	1477.6	0.016	1			防護対象設備 無し	
3. 1. 3. 1. 2. 2. 3. 3. 3. 3. 3. 3. 3. 3. 3. 3. 3. 3. 3.	ましま	0 90	3EB -	49.59 3	435.7	0.114	ı	,		防護対象設備 無し	
原士が周辺建屋	官理区場	0.02	3EB -	22.85 2	517.3	0.045	1	,	'	防護対象設備	
		1 1	3EB -	72.44 4	1109.8	0.066	34,38燃料取替用水ポンプ	17.64	0.54	° ∼	
			3EB -	72.44 4	1247.1	0.059	34,38燃料取替用水ポンプ	17.64	0.54	v	
			3EB -	72.44 4	638.0	0.114	3C充てんポンブ速度制御補助盤 (3CSAC)	10.20	0.20	v	
		10.0	3EB -	72.44 4	799.2	0.091	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)	10.20	0.20	~	
			3EB -	72.44 4	964.9	0.076	3C充てんポンプ速度制御補助盤 (3CSAC)	10.20	0.20	v	
1		-	上田田田	道水量	<b>転</b> 回 翻 来	狱犬犬夺		れ軍が離湖難	れ置お御御舞		4
建屋	区域区分	EL. [m]	、「二里」」	[m <sup>3</sup> ]	[m <sup>2</sup> ]		<b>笷讔対</b> 象嗀備	(EL.[m])		影響評価	判定
		39.0	4EB -	0.23 1	167.6	0.002	4原子炉補機冷却水サージタンク水位 (4LT -1200,1201)	40.0	1.00	~	
			4EB -	0.23 1	55.3	0.005	ı	,	1	防護対象設備 無し	
		33.6	4EB -	22.85 2	1121.0	0.021		,		防護対象設備 無し	
			4EB -	22.85 2	1480.1	0.016	1			防護対象設備 無し	
ţ ١		0 00	4EB -	49.59 3	405.5	0.123	ı	,	ı	防護対象設備 無し	
4 1 1 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2 2	管理区域	0.02	4EB -	22.85 2	520.2	0.044	1	,	'	防護対象設備 無し	
周辺建屋		17 1	4EB -	72.44 4	1142.0	0.064	4A,4B燃料取替用水ポンプ	17.65	0.55	~	
			4EB -	72.44 4	1279.3	0.057	44.4B燃料取替用水ポンプ 464-4月、北部市部(1997)	17.65	0.55	v	
			4EB -	72.44 4	585.3	0.124	40.允 C わバノノ 迷良利御律即選 (4CSAC)	10.20	0.20	v	
		10.0	4EB -	72.44 4	754.1	0.097	4C充てんポンブ速度制御補助盤 (4CSAC)	10.20	0.20	~	
			4EB -	72.44 4	900.6	0.081	4C充てんポンプ速度制御補助盤 (4CSAC)	10.20	0.20	~	
		с С	4EB -	72.44 4	291.9	0.249	44.48高圧注入ポンプ	3.85	0.35	×	
		r. r	4EB -	72.44 4	602.1	0.121	4∀,4B高圧注入ポンプ	3.85	0.35	v	
國建	区域区分	EL. [m]	手 御 でして で	道"] 1 <sup>13</sup> 1	₩回 一 二 1 2 m」	城火火存 [m]	防護対象設備	機能喪失高さ (EL.[m])	機能喪失高さ (床上[m])	副語書	判记
制御建屋	非管理区域	26.1	CB -	57.4 5	603.3	960.0	34,38中央制御室循環ファン 34,38十支制御室循環ファン	26.4	0.30	v	
			- B	68.8 6	679.1	0.102	34.38中央制御室循環ファン	26.4	0.30	~	

<sup>[</sup>溢水量内訳(番号は溢水源リストに対応)]

Ę









































海水ポンプエリアの溢水影響評価

1.はじめに

海水ポンプエリアには塵芥排出用トラフを経由して、取水路に排出されることか ら、溢水が滞留し続けることはないが、溢水の影響評価にあたっては、海水ポンプ エリアにある低エネルギー配管の想定破損による溢水、消火栓からの溢水および地 震時のCクラス配管からの溢水を想定する。

2.溢水量

(1)地震時のCクラス配管からの溢水量

	溢水量(m <sup>3</sup> )
淡水系統	169
スクリーン洗浄水系統	1.5
海水電解装置系統	4
海水淡水化装置系統	12
合計	186.5

(2) 消火栓からの溢水量を算出

消火栓からの溢水量を下記のとおり算出した。

・1300/min/個×3時間×2個=46.8m<sup>3</sup>

(3)低エネルギー配管の想定破損による溢水量を算出

本ガイドに従い、単一機器の破損想定による溢水量は、C クラス配管のうち、 溢水量が最も多い淡水系統の溢水量 169m<sup>3</sup>とした。

以上より、地震時の C クラス配管からの溢水量は、消火栓からの溢水量および 低エネルギー配管の想定破損による溢水量よりも大きいため、地震時における C クラス配管からの溢水量で影響評価を行った。

3.溢水水位

海水ポンプエリアの床面積:548.6m<sup>3</sup>(21.1m×26.0)

機器の欠損率:35%

(主要な機器としてロータリースクリーン:約20%(約17.4m<sup>2</sup>×6台)、海水ポ ンプ:約5%(約4.1m<sup>2</sup>×6台)が設置されており、その他の機器の欠損を考慮 して設定) 以上より

海水ポンプエリアの水位:約0.53m(186.5/(548.6×0.65))

4. 溢水影響評価

想定される溢水水位 EL.3.03m (EL.2.5m + 0.53m) に対して、防護対象設備である 海水ポンプの機能喪失高さは EL.4.65m であることから、溢水の影響はない。

海水ポンプエリア



海水取水設備(断面図)
添付資料17

#### タービン建屋からの溢水影響

1.はじめに

タービン建屋に設置されている循環水管の伸縮継手及び2次系設備における地震時の破損を想定した場合及び地震により、循環水ポンプが停止するまでの間に生じる溢水量に2次系設備の保有水を合算した水量が、タービン建屋内の地下部に貯水可能であることを確認する。また、防護対象設備が設置されている制御建屋への溢水高さ(EL.13.8m)と比較し、防護対象設備への影響がないことを確認する。また、基準津波による影響評価についてもあわせて実施する。

なお、3、4号機は地下階で繋がっていることから、3、4号機あわ せて評価を実施することとする。

2. 溢水流量

溢水流量は「原子力発電所の内部溢水防護評価ガイド(案)付録B」 に基づき算出する。

(1) 想 定 破 損

・伸縮継手部が破損

・破損形状は Dt / 4 クラック

Q = A × C (2×g×H)×3600 Q:溢水流量(m<sup>3</sup>/h) A:断面積 (m<sup>2</sup>) (D/2)×(t/2)にて算出 C:損失係数 (=0.82) H:水頭 (m)(=16.2m)

ſ	内径(mm)D 板厚(mm)t		溢水流量 (m³/hr)/ユニット
	4,200	30	1657.0
(2) <sup>士</sup> ・ 作 ・ 石	也震による破 申縮継手部が 皮損形状はリ	損 破 損 ン グ 状 破 損	Q=A×C (2×g×H)×3600 Q:溢水流量(m <sup>3</sup> /h) A:断面積 (m <sup>2</sup> ) ( ×D×w)にて算出 C:損失係数 (=0.82) H:水頭 (m) (=16.2m)

内径(mm)D	継手幅(mm)w	溢水流量 (m³/hr)/ユニット	
4,200	150	104057.2	





### 3. 隔離までの時間

(1) 想 定 破 損

タービンサンプあるいは海水サンプの敬起による異常の認知時間	10 分
循環水ポンプ停止	6 分
合計	16 分

(2) 地震時

地震発生事象確認	10 分
地震発生による異常の認知時間	10 分
循環水ポンプ停止	6 分
合計	26 分

# 4. 溢水量評価

(1) 循環水管からの溢水量

溢水量は以下の式により算出

(溢水流量)×(隔離までの時間)=(溢水量)

	溢水量(m <sup>3</sup> )	
想定破損	約 450×2 ユニット = 約 900	
地震による破損	約 45,100×2 ユニット = 約 90,200	

(2) 建屋内機器、配管の保有水

保有水量/	ユニット	侶右水昌今計 ( m³ ) / コーット	
配管(m³) 機器(m³)		休 行 小 里 □ 司 ( □ ) / ユ ニ ツ   <sup>-</sup>	
約 1,130	約 2,940	約 4,100	

4,100×2ユニット=8,200m<sup>3</sup>

(3) 津波による循環水管からの溢水量

基準津波による設計津波高さは 3、4 号機循環水ポンプ室前 で EL.2.85mと評価されるため津波が地上を遡上することは なく、また、循環水管を経由したタービン建屋への流入量は循 環水ポンプが停止するまでの間に生じる溢水量に比べて十分 小さい。

5.空間容積

空間容積は EL.9.25m 以下のタービン建屋体積から、欠損部体積 を差し引いた値。

欠損部体積を算出した主な設備は以下のとおり。

建屋構造物:柱基礎、壁、復水器基礎、タービン架台脚部、

循環水管基礎等

設備 :ポンプ、タンク、盤等

配管 :循環水管、復水管、海水管等

3、4 号機のタービン建屋は地下階で繋がっていることから、3、 4 号機を合算した空間容積を算出。

ユニット	地下体積(m³)	欠損部体積(m³)	空間容積(m³)
3 号 機	約 106,000	約 43,000	約 63,000
4 号機	約 74,000	約 25,800	約 48,200

合計 約 111,200 m<sup>3</sup>

6.評価結果

循環水管からの溢水量は地震による破損の場合は約 90,200m<sup>3</sup>である。機器や配管の破損による溢水量は約 8,200m<sup>3</sup>である。

したがって、循環水管と建屋内機器、配管の同時破損を想定した 場合の溢水量は、上述の値の合計値約 98,400m<sup>3</sup>となる。一方の空 間容積は約 111,200m<sup>3</sup>である。

以上より、溢水はタービン建屋地下に滞留し、制御建屋の浸水高 さを下回ることを確認した。

	開口		伸 縮 継 手 諸 元 (m)	循 <sup>環</sup> か 溢 기	₹水管 らの ヾ(m³)	機 器 配 管 か ら の 溢 水 (m <sup>3</sup> )	溢 水 量 (m³)	空間体積 (EL.9.25m) (m <sup>3</sup> )	制 御 建 屋 へ の 浸 水 高 さ (m)
想	1/4Dt クラ	ック	内径	3	約				
定	(配管口径 1/	/2 長	4,200	号 機	450		約		
破	さと配管肉	厚の	板 厚	4	約		900		
損	1 / 2 幅)		30	号 機	450			<b>約</b> 111 200	EL.
+#+	<b>冲</b>	<b>~ ~</b>	内径	3	約		45 08 400	AY III,200	13.8
地靈		~ 표	4,200	号機	45,100	約8200	ポリ 90,400   (約 El		
辰		1八 1収	継手幅	4	約	ສງ 0 , 200	( ) EL.		
바	頂		150	号 機	45,100		0.311)		

評 価 結 果









タービン建屋 EL.21.8m 溢水経路図



タービン建屋 EL.13.8m 溢水経路図





タービン建屋 EL.6.3m 溢水経路図

添付資料18

屋外タンクからの溢水影響

1.はじめに

原子炉施設高さ以上に設置されており、溢水の影響が想定される 屋外タンク(淡水タンク及び、純水タンク)について、溢水による 影響評価を実施する。

2. 地震時のタンク座屈

淡水タンク等が基準地震動Ssにより座屈しないことを確認した。評価結果は以下の通り。

機器名称	設置 高さ (m)	基数	発生値	評価 基準値	判定
淡水タンク	81.0	3 基	0.35	1	
純水タンク	72.5	2 基	0.72	1	
純水タンク	81.0	1 基	0.37	1	

### 3. 地震時のタンクすべり量

淡水タンク等には基礎ボルトがないことから、基準地震動 Ss に 対するタンクすべり量を解析により算出した。タンクのすべり量は 以下の通りであり、フレキシブル継手の吸収長さを下回ることから、 配管は破損しない。

機器名称	設置 高さ (m)	基数	すべり量 (mm)	フレキシブル継 手の吸収長さ
淡水タンク	81.0	3 基	18.7	100mm
純水タンク	72.5	2 基	65.1	100mm
純水タンク	81.0	1 基	63.3	100mm

4. 屋外タンクからの溢水影響

屋外タンクに接続されるフレキシブル継手以外の配管からの漏え いを想定した結果、溢水量は隣接する側溝の処理容量以下であり、 原子炉周辺建屋への溢水影響がないことを確認した。



評価結果

	溢水量	側溝の処理
	(65A 以下)	容量
EL.80m 盤	$0.047m^{3}/c$	0.245m³/s
タンク群	0.047m /S	
EL.72.5m 盤	$0.011m^{3}/c$	$0.000m^{3}/c$
タンク群	0.011 m <sup>2</sup> /S	0.080m*/S

添付資料19

## 湧水サンプからの溢水影響

1. はじめに

湧水サンプからの原子炉周辺建屋への溢水影響を確認する。

2. 確認結果

湧水サンプの出入口扉を水密扉としていることから、湧水サンプ からの溢水が原子炉周辺建屋に流入することはないことを確認し た。



7.大飯発電所3,4号機における原子力発電所の内部火災影響評価について

1. はじめに

発電用軽水型原子炉施設内の火災区域又は火災区画に設置され る安全機能を有する構築物、系統及び機器を火災から防護するこ とを目的として、「実用発電用原子炉及びその附属施設に関する技 術基準を定める規則(仮称)」では必要な火災防護対策を要求して いる。本報告書は、大飯発電所3,4号機を対象として、これら の要求に基づく火災防護対策により、原子炉施設内で火災が発生 しても、原子炉の高温停止及び低温停止(以下、高温停止及び低 温停止を総称して、「安全停止」という。)に関わる安全機能が少 なくとも1系統確保されることについて確認した内部火災影響評 価の結果を示すものである。

火災の想定

原子炉の安全停止に関わる安全機能に影響を及ぼす可能性があ る最も過酷な単一の火災を火災区画内に想定する。

具体的には、A, Bトレンの停止・冷却機能を有する機器がある 火災区画及び隣接区画において火災を想定した。

地震時においては、耐震 B、C クラスの機器を火災源として、火 災区画内で最も苛酷な単一の火災を想定した。

3. 火災時の原子炉の安全確保

2. で想定する火災に対して、原子炉の停止を要求される場合に、 火災による影響を考慮しても、安全停止に関わる安全機能が少なく とも1系統確保されることにより、原子炉を安全停止できることを 確認した。

4. 情報及びデータの収集・整理

原子炉の安全停止に影響が及ぶシナリオを特定するために、各火 災区画に対して、火災源、延焼の可能性を識別したスクリーニング に必要な情報を火災区画特性表として整理した。 4.1 火災区域及び火災区画の設定

4.1.1 火災区域の設定

火災区域は、耐火壁によって囲まれ、他の区域と分離されている 区域であり、次の考え方により設定した。

- ・耐火壁(耐火性能を持つコンクリート壁、貫通部シール、防火扉、 防火ダンパなど)により囲われた区域を火災区域として設定した。 ただし、屋外に設置される設備に対しては、附属設備を含めて火 災区域とみなす。(海水ポンプを設置している箇所がこれに該当 する)
- 4.1.2 火災区画の設定

火災区画の範囲は、原子炉の安全停止に係る系統分離等に応じて 設定した。

火災区画の設定イメージを添付資料1に示す。

4.2 機器リストの作成

火災区画内に設置される機器(ポンプ、空調機器、盤、ケーブル、 電動弁等)の配置に係る情報を調査し、火災区画特性表に整理した。

4.2.1 火災防護対象機器の特定

火災によって、原子炉の安全停止に影響を及ぼす可能性のある機 器を火災防護対象機器として特定する。火災防護対象機器には、多 重性を有する安全上重要な設備で以下の系統の設備等があり、系統 分離が要求されている。

< 火災防護対象機器を有する系統>

a. 安全保護系

b. 原子炉停止系

- c. 補助給水系
- d. 高圧注入系
- e. 主蒸気系(主蒸気逃がし弁等)
- f. ほう酸注入系
- g. 1 次冷却系(加圧器逃がし弁等)
- h. 非常用所内電源系
- i. 事故時監視計器
- j. 余熱除去設備
- k. 最終的な熱の逃がし場へ熱を輸送する設備
- 上記設備の補助設備(非常用換気空調系等)

火災による原子力発電所への影響としては、火災による誤動作が 発生し、起因事象が発生した場合に事象を緩和する機器が少なくと も1系統作動する必要がある。この起因事象への対象系統の抽出の 考え方については、添付資料2にまとめる。

ここで、火災により外部電源が喪失することも考慮し、非常用所 内電源系に非常用ディーゼル発電機を含めて、選定した。

### 4.2.2 火災防護対象ケーブルの特定

火災により、火災防護対象機器が直接影響を受ける場合の他、ケ ーブルトレイのケーブルが火災により影響を受けることを考慮す ると、火災防護対象機器を駆動もしくは制御するケーブルが火災防 護対象ケーブルとなるが、安全側に安全系ケーブルを火災防護対象 ケーブルとして特定した。

なお、4.2.1の火災防護対象機器及び4.2.2の火災防護対象ケーブ ルは、火災防護上、以下のいずれかの方法にて系統分離を行うこと が要求されているが、他にも同等以上である手法も用いて系統分離 を行う。

- 系統分離されている各系列(火災防護対象機器及び火災防護対象 ケーブル)の間が3時間以上の耐火能力を有するバリア等で分離 されていること。
- ② 系統分離されている各系列(火災防護対象機器及び火災防護対象ケーブル)の間の水平距離が6m以上あり、かつ、火災感知設備及び自動消火設備が当該火災区画に設置されていること。この場合、水平距離間には可燃性物質(一時的な持ち込みも含め)が存在しないこと。
- ③ 系統分離されている各系列(火災防護対象機器及び火災防護対象ケーブル)の間が1時間の耐火能力を有するバリア等で分離されており、かつ、火災感知設備及び自動消火設備が当該火災区面に設置されていること。
- 4.3 火災源の識別と等価火災時間の設定

火災区画の耐火壁の耐火能力を、当該火災区画内の可燃性物質の 量と火災区画の面積に基づき、火災の継続時間を示す指標に相当す る等価時間を用いて評価した。

4.3.1 火災源の識別

原子炉の安全停止に必要な火災防護対象機器及び火災防護対象 ケーブルに影響を及ぼす可能性のある火災を、当該の火災区画及び 隣接する火災区画内に想定した。

具体的には影響を及ぼす可能性のあるものとして、想定火災について次表のように選定、除外した。

想定火災	理由
①補機潤滑油の漏え	潤滑にグリースを用いる場合は内部火災
いに伴う火災	に限定されるが、潤滑油を用いる場合は漏
	えいに伴い、発火するか否かを考慮して、
	火災の影響を想定する:添付資料3-1
②電力ケーブルの	制御・計装ケーブルについては、過去の制
過電流による火災	御盤の盤内電線の分離性の燃焼試験等の
	知見から当該ケーブルトレイ内に火災の
	影響が限定されるが、電力ケーブルについ
	ては過電流による隣接ケーブルトレイへ
	の火災の影響を想定する。ただし、電線管
	で施工されている範囲については、仮に電
	線管内部でのケーブル単体の燃焼を想定
	しても、電線管内部に影響が限定されるこ
	とから、影響を与える火災としては想定し
	ない:添付資料3-2,3-3
③電気盤	制御・計装盤、原子炉トリップ遮断器盤、
(電圧440V以上)	電源盤については過去の実証試験により、
	火災の影響は当該盤内に限定され、周囲に
	影響を及ぼすことはないことが確認され
	ているが、念のため電圧440V以上の電気盤
	について抽出する:添付資料3-3

表-1 想定火災の選定・除外について

### 4.3.2 等価時間の設定

火災区画内の全ての可燃性物質の火災荷重(単位面積当りの発熱 量)と燃焼率(単位時間単位面積当たりの発熱量)から、以下の手 順で、各火災区画の等価時間(潜在的火災継続時間)を求め、耐火 壁の耐火能力を評価した。 (1) 火災区画の床面積

各火災区画の床面積(m2)を算出した。

(2) 火災区画の発熱量

識別した火災源の発熱量を、火災区画に設置される可燃性物質の 量に応じて設定した。

発熱量=火災区画内の可燃性物質の量×単位発熱量(kJ) ここで、

可燃性物質の量:火災区域内の各種可燃性物質の量(m3又はkg) 単位発熱量 :可燃性物質の種類ごとの単位量当たりの熱量

(kJ/m3 又はkJ/kg)

(3) 等価火災時間の設定

前記4.3.2(2)で算出した火災区画の発熱量から、下式により等価 火災時間を算出した。等価時間は、火災区画間の火災伝播の判定に 使用される。

等価火災時間(h)=火災荷重/燃焼率

= 発熱量/火災区画の面積/燃焼率

ここで、

火災荷重=発熱量/火災区画の面積

燃焼率としてはNFPA(National Fire Protection Association)ハ ンドブック(6)のFire Protection Handbook Section/Chapter 18,

"Confinement of Fire in Buildings Association)"の標準火災 曲線のうち最も厳しい燃焼クラスであるCLASS E の値である 908,095kJ/m2/hr を用いた。

なお、可燃性物質毎に使用している単位発熱量のうち、代表的な ものについては、添付資料-4にまとめた。 4.4 火災感知手段の把握

5. でスクリーンアウトされない火災区画を対象として、火災影響 評価で作動を期待する火災感知設備を確認した。

4.5 火災の消火手段の把握

5. でスクリーンアウトされない火災区画を対象として、火災影響 評価で作動を期待する消火手段が自動か手動かを確認した。

4.6 原子炉運転への影響の確認

保守的に火災が発生すると、すべて原子炉を停止する要因がある と仮定し、6.では、異常事象の種類によらず、少なくとも1系統の 火災防護対象設備の機能が失われないことを確認することにより、 同等以上の安全性を有していることを確認した。

4.7 火災区画特性表の作成

スクリーニングに用いるために、前記4.1から4.6で確認した情報、 根拠等を含む火災区画ごとの火災区画特性表を作成した。

4.7.1 火災区画特性表

火災区画特性表は、火災源、火災の伝播経路、火災影響の緩和系、 安全関連機器とその機能喪失が原子力発電所の安全性に与える影響、火災シナリオの作成に必要な原子力発電所の情報を、火災区画 単位で表にまとめたものである。

一般に、火災区画特性表の作成に必要な情報は、配置や系統構成 がわかる図書類、解析等の評価報告書等のほか、プラントウォーク ダウン等により収集した。どの火災区画にどの機器が存在するのか が分かるように、火災区画特性表は、火災区画単位で作成する。あ る火災区域に複数の火災区画が存在する場合は、その火災区画の数 だけ火災区画特性表を作成した。 4.7.2 火災区画特性表の記載内容

火災区画特性表の記載内容を以下に示す。

小災区画の説明

火災区画の名称、床面積、床面積を記載した。

②火災区画の火災シナリオの説明

火災シナリオの想定の説明を記載した。

③ 火 災 区 画 に あ る 火 災 源

火災区画ごとの火災源、存在する可燃性物質の量、発熱量を種類 ごとに記載した。可燃性物質の発熱量を床面積で除することによ り火災荷重を求め、また火災荷重と燃焼率との関係から等価時間 を求め記載した。

- ④火災区画にある防火設備 火災区画ごとの火災感知設備、消火設備、障壁の耐火能力を記載 した。
- ⑤火災区画に隣接する火災区画と火災の伝播経路各火災区画に隣接する火災区画、火災伝播経路、障壁の耐火能力、当該火災区画の消火方法、伝播の可能性がある火災区画の消火方法を記載した。

⑥火災により影響を受ける機器、ケーブルと関連する機器

各火災区画における火災により影響を受ける機器、安全系のケー ブルトレイを記載した。

- ⑦火災により影響を受ける緩和系 各火災区画で火災を想定した場合に、影響を受ける緩和系を記載 した。
- ⑧火災区画にある火災源機器数

各火災区画に存在する火災源の機器数を、カテゴリー分類して整 理して、記載した。

- 5. スクリーニング手順
- 5.1 火災区域のスクリーニング
  - 本影響評価においては、原子炉建屋、制御建屋、廃棄物処理建屋 を含めて設定した火災区域内においては、火災による起因事象を 前提とし、原子炉の安全停止に係る影響を評価するため、火災区 域でのスクリーニングの対象となる火災区域は無い。

なお、この火災区域については、隣接するタービン建屋における 火災からの影響を受けないことを確認した。(添付資料-5)

5.2 火災区画のスクリーニング

火災区域内において、火災区画毎に火災区画特性表を利用してス クリーニングを実施した。スクリーニング手順は、以下の3 ステッ プのとおりである。

- ・ステップ1:隣接区画への火災伝播の可能性を評価した。
- ・ステップ2:ステップ1において、火災伝播の可能性があると評価 された火災区画内において、影響を受ける機器、緩 和系を特定した。
- ・ステップ3: 火災により起因事象が発生すると想定し、隣接区画 に伝播しないことで少なくとも一つ以上の安全停 止機能が確保される場合は当該火災区画をスクリ ーンアウトした。

以下、各ステップ毎の手順について説明する。

- (1) ステップ1: 隣接区画への火災伝播の可能性評価
  - ①入力データ

当該火災区域における耐火壁の耐火時間、火災荷重から求めた等価火災時間を火災区画特性表に記載した。

②実施手順

火災区画内の火災が以下のa又はbのいずれかを満足する場合 には、隣接火災区画に火災が伝播するものとして、想定した。 a.隣接区画への開口部が存在する場合

b. 火災発生区画の等価時間>火災伝播経路の耐火時間の場合

火災の伝播先の火災区画からさらに別の隣接する火災区画 への伝播までは考慮しない。この理由は、さらなる火災の伝播 までには、時間的に十分消火されると考えられるためである。 スクリーニング及び火災伝播評価において、火災感知の情報

が確定しない場合があるため、保守的に火災は感知されないも のとした。

(2)ステップ2:対象火災区画及び火災伝播区画内で影響を受ける機器、緩和系の特定

①入力データ

火災により起因事象が発生すると想定して、対象火災区画内 に存在する火災防護対象機器及びケーブルとこれに係る緩和 系についての情報を整理した。

②実施手順

対象火災区画内の火災防護対象機器が全て機能を喪失する と想定した場合に、影響を受ける緩和系を特定した。対象火災 区画内の火災防護対象ケーブルが全て損傷すると想定した場 合に、影響を受ける機器及び緩和系を特定した。このような特 定作業を、対象火災区画のほかに、伝播先の火災区画について も行った。

対象火災区画及び伝播先の火災区画内で、火災により影響を 受ける機器、緩和系について情報を整理した結果、影響を受け

る緩和系がない場合は、当該火災区画はスクリーンアウトした。 (3)ステップ3:原子炉安全停止の観点からのスクリーニング

①実施手順

ステップ2までに整理された情報を基に、対象火災区画及び

伝播先の火災区画内の火災の影響により、少なくとも1つ以上 の原子炉の安全停止機能が確保されるか確認し、問題がない場 合には、当該火災区画はスクリーンアウトした。 6. 火災伝播評価の手順

火災区画を構成する火災区画内の個別の発火源を特定して、原子炉 の安全停止機能への影響を確認した。

6.1 系統分離対策の確認

原子炉の安全停止に係わる安全機能を有する構築物、系統及び機器は、その相互の系統分離及び常用系との系統分離を行うために、 火災防護規定に基づく以下の三つのうち基本的には①の方策を講 じているが、他にも同等の安全性を確保しえると判断している対策 を講じている。

- ① 系統分離された火災防護対象機器及び火災防護対象ケーブルについて、互いの系列間が3時間以上の耐火能力を有するバリア等で分離されていること。
- ② 系統分離された火災防護対象機器及び火災防護対象ケーブルについて、互いの系列間の水平距離が6m以上あり、かつ、火災感知設備及び自動消火設備が当該火災区画内に設置されていること。この場合、水平距離間には可燃性物質(一時的な持ち込みも含む)が存在しないこと。
- ③ 系統分離された火災防護対象機器及び火災防護対象ケーブルについて、互いの系列間が1時間の耐火能力を有するバリア等で分離されており、かつ、火災感知設備及び自動消火設備が当該火災区画内に設置されていること。
- 以下の手順により、その確認を行った。
- (1) 火災を想定する火災区画内あるいは隣接火災区画に対して、6. で作成した火災区域(区画)特性表等により、原子炉の安全停止 に係る安全機能を有する機器、緩和系を特定した。
- (2)特定した機器、緩和系に対して、火災防護規定で定められた① による系統分離が行われること、または、それ以外の同等以上 な方法で系統分離を行う場合を含めて確認を行った。①による

系統分離を確認する場合は、全米防火協会NFPAハンドブックにおいて、耐火壁の厚さと耐火時間の関係が示されており、 3時間の耐火性能を有する耐火壁については、鉄筋コンクリートの場合、厚さが約150mm以上とされている。

この厚みを目安とし、安全停止に必要な1トレン機器が設置 されている区画が、他の隣接区画と耐火壁によって、分離され ていることを確認した。

- (3) 火災区画内の最も過酷な単一の火災によっても、原子炉の安全 停止機能が確保されることを確認した。
- 6.2 火災区画内の評価

(1)対象火災区画の選定

対象となる火災区画に関する情報を整理した。(5のスクリーニングで用いた情報も活用した)

(2) 火災源の特定

(1)で特定した火災区画内で想定される火災源を特定した。

ただし、補機の潤滑油等の漏えい油火災については、保守的に 火災源となる補機が保有する潤滑油全量の燃焼を考慮した。

(3) ターゲットの特定

評価対象は、互いに相違する系列の火災防護対象機器、ケーブ ルとした。

(4) 火災源の影響範囲の特定

実証試験より得られたデータ、手法を用い、火災源からの影響 範囲を特定した。

(5) 火災区画内の評価

同一火災区画内において、3時間以上の耐火能力を有するバリ ア以外の方法で、間隔・隔壁による火災影響評価を行う場合は、 「原子力発電所の火災防護規程」(JEAC4626)に基づき、次のよ うに火災を想定し、その影響を評価した。 ① ケーブル火災(計装、制御、電力)

ケーブルトレイに布設されたケーブル過電流による火災は、 燃焼試験結果から、制御・計装ケーブルについては、当該ケー ブルは断線、短絡により損傷するが、当該ケーブルトレイ内の 他の隣接ケーブルに延焼しない火災の態様であることを確認 した。また、電力ケーブルについては、当該ケーブルトレイ内 の隣接に延焼するが、米国電気電子工学会(IEEE)規格 384 の分 離距離より遠方に設置されている場合は、影響がない火災の態 様であることを確認した。

以上の火災の態様から、計装、制御ケーブルの影響は、安 全系1トレン又は1チャンネルに留まる。電力ケーブルにつ いては、防護すべき安全系のトレン間の分離距離が IEEE384 の分離距離を満足していることにより、火災の影響が1トレ ンに限定されることを確認した。

②電気盤火災(動力盤、制御盤)

盤の過電流による火災の燃焼試験結果から、動力盤について は、当該盤は機能を喪失するが、盤外には延焼しない火災の態 様であることを確認した。また、制御盤については、スイッチ 等の内部構成品が一定の距離等により分離されている場合は 他の構成品には延焼しない火災の態様であることを確認した。

以上の火災の態様から、電気盤内の安全系が1トレン又は 1チャンネルであれば、火災の影響は1トレン又は1チャン ネルに留まる。複数の安全系のトレン又はチャンネルが混在 する場合には、盤内の分離方法として妥当性が確認された方 法を用いることで、火災の影響が1トレン又は1チャンネル に限定されることを確認した。

③補機火災

補機内部火災については、補機の潤滑油、又はモータ絶縁物 が、補機内部で内包されている状態において、何らかの着火源 により着火し内部で燃焼する火災である。火災燃焼試験の結果 から、当該補機は機能を喪失するが、他へ炎の伝播により影響 を及ぼさない火災の態様であることを確認した。

一方、補機漏えい油火災については、補機の潤滑油が漏えいし、機器ベース、オイルパン、ドレンリムに漏えいした状態、あるいは、室内床面に溜まった状態において、何らかの火源により着火した火災であり、火災燃焼試験の結果から、当該補機は機能喪失するが、その火災の影響範囲については、熱伝導・対流・輻射を考慮して影響範囲を定めることができることを確認した。また、補機漏えい油火災の規模については、漏えいの監視設備の設計状態により補機保有油全量、又は補機最大保有部1箇所の油量とし、油火災面積は、ドレンリム、機器ベース、オイルパン、室内床の設計面積として想定できる。

以上の火災の態様から、補機内部火災については、火災の影響は安全系 1 トレンに留まる。補機漏えい油火災については、 熱による影響範囲を求め、火災の影響が安全系 1 トレン又は 1 チャンネルに限定されることを確認した。

なお、クレーン等については、常時使用はしておらず、使用 時には操作員が近くにいることから、補機漏えい油火災は想定 火災としていない。

④燃料油火災

補機火災と同様に、内部火災と漏えい油火災を想定した。 ⑤その他の火災

水素ガス火災及びチャコールフィルタ火災があり、これら機 器は、機能喪失するものとして想定した。火災の態様から、火 災の影響は1トレンに留まる。

385

6.3 火災伝播評価

火災区画間の伝播評価は、6.2で用いた補機漏えい油の温度評価 式等により行う。

(1)火災区画対象火災区画の特定

- (2)火災区画内に設置された機器(可燃物)の状況を踏まえ、火災源を選定する。火災源からの影響評価については過去の実証試験の知見を活用し、例えば補機漏えい油火災時の温度相関式により、油が 全量漏えいした場合の空間温度を算出した\*。
  - \* 換気量を考慮した空間体積と油燃焼量の比をパラメータとし て算定
- (3) ターゲットの特定
- (4) 火災 伝播評価

ケーブルに対する損傷基準は、保守的に短時間許容温度(90℃) を用いた。その温度に到達しないことを補機漏えい油火災時の温度 評価結果と比較することによって、ケーブルが損傷しないことを確 認した。損傷が否定できない場合、防護対策の強化が必要である。

### 6.4 評価結果と今後の対策について

5のスクリーニング及び 6.1~6.3 の確認、評価の結果として、 大飯3,4号機の各火災区画において、いかなる火災によっても、 安全保護系、原子炉停止系の作動が要求される場合には、火災によ る影響を考慮しても、多重化された系統の少なくとも一つが機能を 失うことなく、原子炉を高温停止及び低温停止できることを、火災 影響評価により確認した。大飯3,4号機の火災影響評価のまとめ を添付資料6に示す。

なお、6.2の火災区画内の評価においては、3時間以上の耐火能 カ以外の方法(補機漏えい油火災の温度評価)も用いて、影響評価 を行っていることから、火災の影響軽減の向上のため、次回の定期 検査時には、火災感知器や消火装置(自動式又は固定式)の追設、

386

隔壁等を強化することで検討、計画している。

また、運転中の現時点においても、でき得る限りの火災の影響軽 減向上のための方策(簡易な耐火隔壁、消火装置の設置等)を実施 している。

以 上

<添付資料リスト>

添付資料1:火災区域及び火災区画の設定イメージ

添付資料2:誤作動に対する火災防護対象の選定について

添付資料3-1:補機潤滑油燃焼時の温度評価

添付資料3-2:電力ケーブルトレイの過電流による火災

添付資料3-3:電気盤(制御盤、電気盤)の火災

添付資料4:可燃性物質毎の単位発熱量

添付資料5:タービン建屋からの火災の影響について

添付資料6:大飯3,4号機火災影響評価結果のまとめ

①タービン動補助給水ポンプ室の7-0/6発電線や	GN-D/G先見成王 ③A-安全米ポンプ館 (高圧注入ポンプ館、格等容器 スプレイポンプ館、条整除力 ポンプ館) (自日注入ポンプ館、条整除お パンプロ (高圧注入ポンプ館、格等容器 スプレイポンプ館、格等容器 スプレイポンプ館、格等容器 まいプロ) (6B-D/G発電機館	涿
		一
EL3.5m		
	37 37 37 37 37 37 37 37 37 37 37 37 37 3	

火災区画図

389

添付資料-1

.





火災区画

\_\_\_\_\_ \_\_\_\_\_



誤作動に対する火災防護対象の選定について

(1) 火災防護対象の選定

内部火災影響評価では、原子炉施設内のいかなる火災によっても、安全保 護系、原子炉停止系の作動が要求される場合には、火災による影響を考慮し、 多重化されたそれぞれの系統が同時に機能を失うことなく、原子炉を高温停 止及び低温停止できる設計であることを確認する。

この確認のために、安全保護系、原子炉停止系の作動が要求される場合に、 原子炉を高温停止及び低温停止するのに必要な機器を火災防護対象として 選定する。

まず、旧発電用軽水型原子炉施設の安全評価に関する審査指針を参考に、 過渡事象及び事故を対象として、ケーブル火災に伴う機器の誤動作により、 発生する可能性のある起因事象を抽出し、表-1に整理する。

起因事象		スクリーンアウトする理由
①原子炉起動時の制御棒の異常な引き抜き	0	
②出力運転中の制御棒の異常な引き抜き	0	
③制御棒の落下及び不整合	0	
④原子炉冷却材中のほう素の異常な希釈	0	
⑤原子炉冷却材流量の部分喪失	0	
⑥原子炉冷却材系の停止ループの誤起動	0	
⑦外部電源喪失	0	
⑧主給水流量喪失	0	
⑨蒸気負荷の異常な増加	0	
⑩2次冷却系の異常な減圧	0	
⑪蒸気発生器への過剰給水	0	
12負荷の喪失	0	
③原子炉冷却材系の異常な減圧	0	
⑭出力運転中の非常用炉心冷却系の誤起動	0	
⑮原子炉冷却材喪失(LOCA)		火災によって1次冷却材バ
		ウンダリに機械的な損傷が
		生じることはないのでLO
		CAは起こらない。
16原子炉冷却材流量の喪失	0	
1 即原子炉冷却材ポンプの軸固着	0	
18主給水管破断		火災によって主給水管に機
		械的損傷は起こらない。
19主蒸気管破断	_	火災によって主蒸気管に機
		械的損傷は起こらない。
20制御棒飛び出し	-	本事象は制御棒駆動系ある
		いは同ハウジングの破損等
		により制御棒クラスタ1本
		が炉心外に飛び出すことを
		想定するものであるが、火災
		の発生によって上記事象を
		発生させる機械的損傷は起
		こらない。

表-1 火災によって発生する起因事象の抽出

表-1で抽出された結果を基に、火災による起因事象が発生した場合に高温 停止を達成するための系統を表-2にまとめる。

火災により発生する起因事象	起因事象発生時に対処	備考
(①~⑯は表-1 に対応)	する機能(系統)	
制御棒引抜、落下:①②③	・原子炉トリップ	
ほう素の異常な希釈:④	(安全保護系)	
(ほう素濃度制御系異常)	(原子炉停止系)	
1次冷却材流量喪失:⑤⑥⑦⑯⑰	• 補助給水	
(1次冷却材ポンプ停止)	(補助給水系)	*1 主給水バイパ
蒸気発生器への過剰給水: ⑪		ス
(主給水制御弁開他*1)		制御弁開
主給水喪失:⑦⑧		*2 復水ポンプ停
(主給水ポンプ停止他*2)		止、主給水制
負荷喪失: ⑫		御弁・隔離弁
(主蒸気隔離弁閉他*3)		閉
ECCSの誤起動: ⑭		*3 タービン
		トリップ
蒸気負荷の急増又は2次系の異	上記機能に加え、	*4 主蒸気逃し弁
常な減圧: ⑨⑩	・高圧注入	開、タービン
(タービンバイパス弁開他*4)	(高圧注入系)	蒸気加減弁開
1次冷却系の異常な減圧:13		*5 加圧器逃がし
(加圧器逃がし弁開*5)		スプレイ弁開
		加圧器補助ス
		プレイ弁開

表-2 火災による起因事象発生時に高温停止を達成するための系統

表-2のうち、火災により上枠の起因事象が発生した場合は、原子炉は通常の高温停止に必要な系統(安全保護系、原子炉停止系及び補助給水系)により、原子炉を冷却していく。

しかし、下枠のような過冷却事象及び1次系の減圧事象では、1次系の圧 力の低下等を伴うため、高圧注入系が自動で動作する可能性があるため、前 述の原子炉を高温停止まで冷却する系統に高圧注入系を加えて火災防護の 対象に選定する。 これらの系統によりプラントを高温停止した後には、低温停止に移行するための機能として余熱除去等、必要な系統を火災防護対象として選定する。

なお、火災に伴う起因事象が発生した場合の対応については、設置許可申 請書の添付書類十において、事象が収束し、安全上の問題がないことを確認 している。

これら一連の対応により、火災による起因事象が発生した場合に原子炉を「止める」、「冷やす」の機能が果たされる。

しかし、これらの火災による起因事象は原子炉冷却材バウンダリや格納容 器バウンダリが損傷する事象とはならないことから、「閉じ込める」の機能 については要求されない。

図-1にこれらの起因事象に対するプラントの停止の流れを示す。


(1) 近似式

油燃焼試験の結果、室内は高温層と低温層に分かれ、高温層は火源か らの距離によらず、ほぼ均一になっていたことを踏まえ、高温層の測定デ ータを統計処理して作成した近似式を、測定データと比較して、下図に示 す。これに、統計誤差を考慮した曲線(以降、「上昇温度設計曲線」とい う。)を用い、油燃焼時の温度上昇を保守的に算出している。

上昇温度設計曲線は、2006年以降、現在も行われている OECD/NEA のマ ルチルームシナリオ火災伝播試験プロジェクト (PRISME) のデータも再現 していることからも、妥当なものである。



(2) 上昇温度設計曲線の使用方法

a. 温度の計算

上昇温度設計曲線を用いて、機器が内包する潤滑油が燃焼した場合の 区画内(区画化されていると仮定する空間\*\*を含む)の室内の温度上昇 量を算出する。

b. 距離の計算

通路等の大きな空間で、実空間の形状で計算すると、温度上昇が非常 に小さくなるは、下図のような仮想空間\*を想定し、上昇温度設計曲線 を用いて、ケーブルが機能喪失する温度以上となる仮想空間の体積を 以下のように算出し、求めた仮想空間の体積と高さ(天井高さ)から、 最小分離距離(仮想空間の半径)を求める。

[温度上昇]=5340\*[換気効果を考慮した空間体積/燃焼物の重量]<sup>-0.764</sup> (90℃[ケーブルの短時間許容温度]>[算出する室温]となる仮想 空間の体積を算出する。

仮想空間体積=円周率×[分離距離]<sup>2</sup>×[天井高さ]

※油が燃焼して発生する熱は空間全体の温度を上昇させるため、空間が たきいと温度上昇は小さくなる。小さい仮想空間を仮定することで、 温度上昇を大きく算出することになる。



## (3) 油燃焼試験

## a. 試験内容

潤滑油の火災を想定して油を燃焼させ、室内温度を測定する実証試験を 実施した。

b. 試験装置等



試験体系の例



データ測定点位置図(例)

i			-	_ ر			- /			_
Pottern	209#×10	රංජය	110	22		x ci.	a x	<u>9</u> 1	ł	
			1	F. 84	41m <sup>1</sup>	ಿತೆಣ್	0.S nř	.067	20 -	7
				0 £1/h	ma	1.001	-	-	0	
			þ	2		_	0	0	د	温度測定データ数
3		s = ಆ ∨ದಿ	,	10	5.355 7675.7750-14-14-14-14		0	٥	0	
	þ	4 \$ <b>0</b>		omn.					٥	約 100 点/ケース ×
	0 * *100	I	३त्तै ग्रॅट×स्ट	*					0	51 ケース⇒約 5100 点
				10		-	*****	-	o	
1	La			0G./%	0	Ó	0			
	० ः			1	_		XO	o		
	L .4 m J	P4 4		ş	Ö	o	<b>\$</b>	э		
	1			10	_	-	3	0		
				0 <i>1</i> 77/h	0	o	0			
	0 3			2			X0			
a	10.5	на	G	5	0	0	0	0		
				19			° 0	ô		
				Ø⊡/3	- 10000CCC07 1072. "Selfer		0			
	0 <sup>41</sup> 2:	a .		3	0		Χι			
	1	ME	34	5	¢		0			
				10			0	0		
	<u> </u>			18A	¢	0		<b>16.3</b> 1	_	
. (	o s			2	0		-		1997.22	
3	25m	거도	5	5	o	0	0			
	· · · · · · · · · · · · · · · · · · ·			10	٥					

試験ケース一覧(51ケース)

室形状は、実機の1リットル以上の油を内包する補機を設置している室を 対象に、形状、寸法を調査し、最も多く存在するパターンの区画寸法を中心 に選定した。



# c. 試験条件

試験条件		試験条件の	選定理由			
燃焼物	タービン	実機で多く	使用している	るタービ	ン油#90、‡	#140 を火
	油#90	皿で燃焼さ	せ、燃焼速り	度、炎の	高さ、熱	輻射量を
		測定し、燃	焼特性に有意	まな差がが	ないことを	と確認し、
		引火点の低	いタービン	. 油#90 を	燃焼物と	して選定
		した。				
		油の種類	燃焼速度	炎高さ	熱輻	射量
			kg/mm2/min	m	kcal/	m2/hr
					3m	5m
		タービン	1.2	2.0	1500	650
		油#90				
		タービン	1.2	2.0	1500	650
		油#140				
		火皿面積	$0.5m^2$	1	I	II
火皿面	$0.1 \text{m}^2$ ,	実機で多く	使っている	ドレンリ.	ム、機器・	ベースを
積	0. 3m <sup>2</sup> ,	模擬した火	皿の燃焼速度	<b>吏、熱輻</b> 與	射量をカノ	バーする
	0. 5m²,	よう、0.1m	<sup>2</sup> ~2m <sup>2</sup> の火皿	面積を選	尾定した。	
	1. $0m^2$ ,					
	2. $0m^2$					
換気回	0, 2, 5, 10	実機で多い	2回/hr、10	回/hr を	選定した	ほか、こ
数	回/hr	れらの中間	領域の代表と	として5	回/hr、換	気系停止
		状態を把握	するための(	0回/hr を	を選定した	-0
主な測	温度	火災による	周囲への影響	響を把握	する温度	、熱輻射
定項目	煙濃度	量のほか、	火災時の現績	象を検討	するため	に必要な
	気流速度	煙濃度、気	流速度、油炉	燃焼量、	火災状況	を測定項
	熱輻射量	目として選	定した			
	油燃焼量					
	火災状況					

d. データ処理及び他の試験結果との比較

試験の結果、室内は高温層と低温層に分かれ、高温層は火源からの距離 によらず、ほぼ均一になっていた。また、火源から離れても、輻射量に有 意な減少が見られなかったことから、火源からの輻射より高温ガスからの 輻射が支配的であることが分かった。このため、高温層のガス温度に着目 して、対流と輻射の影響を扱うこととし、統計処理により高温層の温度上 昇を求める近似式を作成した。作成した近似式を高温層の測定データと比 較して下図に示す。

下図に示すとおり、横軸(α:換気効果を考慮した空間体積と燃焼油重量の比)が大きい(空間体積に照らして、燃焼物が少ない)ほど、温度上昇が小さくなることは、物理的な現象と一致しており、かつ、PRISMEプロジェクトのデータも、本試験と同様の結果となっていることから、本試験は妥当なものである。

本近似式に統計誤差を考慮した上昇温度設計曲線を適用する大飯発電所 3,4号機の区画は、本試験と同様に、空気が局所的に澱むよう箇所がな く、ほぼ均一の高温層が形成される形状で、かつ、αに測定データがある 範囲で判定している。



(参考)

区画火災の簡易温度予測手法との比較

- McCaffrey 等は、上部高温層温度を一様、火災性状を準定常と近似し、上部高温 層の熱量保存の近似式と、実験データとの回帰により、発熱速度、換気量、区画 の有効伝熱面積から、区画内の温度上昇を予測する式を設定している。\*
  - $\Delta T_F/T_0 = \text{const}_1 * X_1^{\text{const}^2} * X_2^{\text{const}^3}$   $X_1 = f(Q, m_a)$  火源の発熱速度 Q、換気量  $m_a$ の関数  $X_2 = g(m_a, A_T)$  換気量  $m_a$ 、区画の有効伝熱面積  $A_T$ の関数 const\_1, const\_2, const\_3: 回帰曲線の係数
- ○大飯発電所3,4号機で使用している上昇温度設計曲線は、McCaffrey 等と同様 に、実験データとの回帰により、燃焼速度、換気量、空間体積から、区画内の温 度上昇を予測するものである。

燃焼速度 v と発熱速度 Qには、Q=v\*k (k:単位燃焼あたりの発熱量)の関係があり、 区画の有効伝熱面積は、区画の体積に関連する値であるため、単位燃焼あたりの 発熱量や、有効伝熱面積と区画の体積の関係は、上昇温度設計曲線の係数 const<sub>4</sub>, const<sub>5</sub>に含まれている。したがって、上昇温度設計曲線は、McCaffrey等 の式と同様のものである。

高温層の温度上昇  $\Delta T = 5340 * \alpha^{-0.764} = consit_4 * \alpha^{const5}$   $\alpha = V(1+f(n)*t/3600)/S)$   $= V(1+f(n)*t/3600)*(4*v*t * \gamma/\pi D^2)$ 有効換気回数 f(n) = 0.574 (tanh (n-3)+1.0) [換気回数をパラメータとした試験から求めた有効換気回数] 燃焼物の重量  $S = \pi D^2/4*v*t * \gamma$ 燃焼速度  $v=2.033*10^{-5}(1-e^{-1.80D})$  [測定データからの回帰曲線] V: 区画容積[m3] t: 燃焼時間[sec] n: 換気回数[回] S: 燃焼油量[kg] D: 火皿直径[m]  $\gamma$ : 比重[kg/m3]  $const_4, const_5$ : 回帰曲線の係数

- ~\*
- McCaffrey, B. J., Quintiere. J. G., and Harkleroad, M. F. ; Estimating Room Temperatures and the Likelihood of Flashover Using Fire Test Data Correlations Fire technology, Vol. 17, No. 2, 98-119, 1981

<ポンプ内での油火災実証試験>

ポンプ内に潤滑油を内包する補機で、ポンプ内で強制的に潤滑油を燃焼 さえたところ、炎は外部に出ず、周囲に火災の影響が及ばないことを確認 した。

この結果から、ポンプ内での油火災は、ポンプ外に炎が出ないものとして扱う。

	試験条件等
供試体	供試体 A: 横型ポンプ(50kW)
	供試体 B: 横型ポンプ(350kW)
	供試体 C: 縦型ポンプ(300kW)
	をそれぞれ模擬した潤滑油を
	内包する供試体
	供試体に、紅型ポンプ
潤滑油の初期温度	約 60℃(通常の運転状態を模擬)
点火方法	火薬玉
	ただし、火薬玉で潤滑油が発火しない場合は、火薬玉+ガ
	ソリン、火薬玉+ガソリンウエスで発火させる。
試験結果	・グリスあるいは潤滑油が軸受け内部に保有されている状
	態では、容易に発火しなかった。
	・グリスあるいは潤滑油が軸受け内部に保有されている状
	態で、ガソリンを用いて強制的に発火させても、燃焼は
	継続しなかった。燃焼を継続させた場合でも、炎は軸受
	内部に留まり、外部に出なかった。

電力ケーブルトレイの過電流による火災

米国電気電子工学学会(IEEE)規格 384 は、ケーブルトレイ内のケーブ ルの過電流による火災を想定した場合に、隣接するケーブルトレイのケー ブルに影響を与えない離隔距離を分離基準として規定している。

この分離基準は、米国の原子力規制文書である R.G1.75 Rev.2 において もエンドーズされており、我が国においても原子力プラントの配線分離の 基準として活用してきている。

(参考)

IEEE384のトレイ蓋がない電源ケーブルの分離基準の体系で、電源ケーブルを燃焼させ、IEEE384の国内プラントへの適用性を念のために確認している。



IEEE384の分離基準(トレイ蓋がない電源ケーブル)

		残炎	時間		損傷距離(cm)				
ケーブル 品名	バーナ 燃焼時間	火源	火源 別区分			ケーブル 備考	備考		
		トレイ	トレイ	トレイ	上面シース	下面シース	下面縁線体	滟稼弤犰	
FR-CV	3分	15'	着火せず	75	0	0	0	2000MΩ以上	
M-SHVV	<b>20</b> 分	0	着火せず	103	0	0	0	2000MΩ以上	
cv	3分	27'	着火せず	全長 (200)	0	65	0	<b>2000M</b> Ω以上	
w	20分	18′15″	着火せず	1.36	0	101	57	2000MΩ以上	
CV*	3分	27'	着火せず	全長 (200)	0	0	0	<b>2000M</b> Ω以上	
₩¢	20分	17'50"	着火せず	160	0	75	0	2000MΩ以上	

				水	平分位性矿	認試除	結果				
	15		残炎時間			シース	損傷距離(c	:m)		夏夏公日ノ	
ケーブ ル品名	燃焼時	火源	上段	別区分	火源	上段	さしく	別区分	トレイ	ケーブル	備考
	<b>    </b>	トレイ	トレイ	トレイ	トレイ	上面	下面	上面	下面	祀称抵抗	
FR-CV	3分	29'	42'以上	着火せず	全長 (200)	130	全長 (200)	0	0	2000MQ以上	
M- SHVV	3分	21' 04"	17′30″	着火せず	全長 (200)	190	全長 (200)	0	0	2000MΩ以上	
cv	3分	29'	32'	葿火せず	全長 (200)	全長 (200)	全長 (200)	0	0	2000MΩ以上	
vv	3分	31' 00"	37′40″	着火せず	全長 (200)	全長 (200)	全長 (200)	0	0	2000MQ以上	
CV*	3分	22'	17′	着火せず	全長 (200)	0	全長 (200)	0	0	2000MΩ以上	
VV*	3分	30' 34"	22'43"	着火せず	全長 (200)	0	全長 (200)	0	0	2000MΩ以上	

(参考: IEEE384 基準)



(OPEN to OPEN)
制御・計装ケーブル 水平 2.5cm、垂直 7.5cm
電力ケーブル 水平 0.9m、垂直 1.5m

(a) Open to Open



#### (ENCLOSED to ENCLOSED)

制御・計装ケーブル 水平 2.5cm、垂直 2.5cm 電力ケーブル 水平 2.5cm、垂直 2.5cm



(c) Enclosed to Open

(ENCLOSED to OPEN)
制御・計装ケーブル 水平 2.5cm、垂直 7.5cm
電力ケーブル 水平 0.9m、垂直 1.5m

制御盤で使用している操作スイッチ、配線、配線ダクト、リレー等の構成部品の1つを過電流やバーナーで燃焼させた結果、一定の距離を確保した又は障壁で仕切られた周囲の部品は火災の影響を受けず、機能を維持することを確認している。

これらの結果から、同一制御盤内であっても、一定の距離を確保して構成部品を配置、又は障壁を設置することで、制御盤内での火災を想定して も、少なくとも1系統はその機能を失わないようにできる。



電気盤の使用条件では、過電流による火災が発生しなかったため、盤内で油 を燃やして強制的に電気盤内の構成部品を燃焼させたところ、火災を発生させ た電気盤の外部に炎は出ず、隣接盤の機能は維持されることを確認した。

この結果から、電気盤での電気火災は、炎が盤外に出ないものとして扱う。

制御盤内油点火試験



本実証試験は、電源構成上予想される最大の拘束電流に相当する過電流で は盤火災が発生しないことを確認したうえで、内部の構成部品に強制着火で きる程度の可燃物(予備試験で確認した量)を用い、電気盤で起こりえる電 気火災に近い状態を模擬したものである。

一方、米国 NUREG/CR-6850 で考慮された電気盤の燃焼試験(NUREG/CR-4527) は、着火源として盤内に多くの可燃物を入れるが、盤内ケーブルに着火・延 焼するまでバーナーで加熱し、電気盤が燃焼したときの特性を評価すること とされている。

このため、電源構成から考えると大飯3,4号機で発生する可能性のある 電気盤火災は、上記実証試験と同様の態様になると考える。

# 可燃性物質毎の単位発熱量表

番号	可燃物	単位発熱量(MJ/kg)	単位発熱量(	(kcal∕kg)	根拠/備考
1	LPカネ	50.4 MJ/kg	12033.9	kcal/kg	propane (FPH p.6-272)
2	プロパンガス	50.4 MJ/kg	12033.9	kcal/kg	propane(FPH p.6-272)
3	アセチレン	49.9 MJ/kg	11928.8	kcal/kg	acetylene (FPH p.6-270)
4		12.7 MJ/m	3025.8	kcal∕ mỉ	hydrogen (FPH p.6-271)
5	エチレンク゛リコール [kg]	19.2 MJ/kg	4586.5	kcal/kg	ethylene glycol (FPH p.6-271)
6	エチレング・リコール [ネス]	21.4 MJ/リットル	5108.4	kcal/リットル	ethylene glycol (FPH p.6-271)
7		45.8 MJ/kg	10946.5	kcal/kg	rubber – butyl (FPH p.6–280)
8	<u> ビニール</u>	47.7 MJ/kg	11410.1	kcal/kg	polyethylene (FPH p.6-276)
9	<u> </u>	47.1 MJ/kg	11257.2	kcal/kg	naphtha (FPH p.6-280)
10	ホース	47.7 MJ/kg	11410.1	kcal/kg	polyethylene (FPH p.6-276)
11	ホリエチレン	47.7 MJ/kg	11410.1	kcal/kg	polyethylene (FPH p.6-276)
12		20.0 MJ/kg	4784.9	kcal/kg	vinyl chloride (FPH p.6-272)
13		32.8 MJ/kg	7839.4	kcal/kg	carbon (FPH p.6-270)
14		19.7 MJ/kg	4708.4	kcal/kg	paper - news print (FPH p.6-280)
15		16,154.0 MJ/m3	3860898.7	kcal∕m̃	820kg/m3(上質紙)で換算
16	壁紙(低未処理)	19.7 MJ/kg	4708.4	kcal/kg	paper – news print (FPH p.6-280)
17		21.8 MJ/kg	5210.3	kcal/kg	wood – spruce (FPH p.6–280)
18	段ホール	7.72 MJ/kg	1845.1	kcal/kg	Corrugated cardboard boxes(FPH p6-280)
19	<u>エホ°キシ</u>	33.5 MJ/kg	8013.9	kcal/kg	epoxy of bisphenol-A(FPH p.6-274)
20	ポリウレタン	28.6 MJ/kg	6845.1	kcal/kg	polyurethane(FPH p.6-278)
21	ホリエステル	29.8 MJ/kg	7122.4	kcal/kg	polyester, unsaturated (FPH p.6-275)
22	ホッリフッロヒットン	46.2 MJ/kg	11051.6	kcal/kg	polypropylene(FPH p.6-277)
					hexafluoropropylene /
23	テフロン	7.7 MJ/kg	1840.3	kcal/kg	polytetrafluoroethylene copolymer
					(FPH p.6-274)
24	ナイロン	39.3 MJ/kg	9383.4	kcal/kg	nylon 12 (FPH p.6–275)
25	シリコン	25.3 MJ/kg	6034.9	kcal/kg	
- 00		22.6 M 1/1	00000	-	(Silicone rubber) (FPH p.6–275)
20		33.0 MJ/Kg	8033.0	KCal/kg	n-propanol (FPH p.0-272)
2/		42.4 WJ/Kg	114101	KCal/ Kg	toluene (FPH p. $\sigma$ -Z/Z)
20		26.9 M L/kg	6202.4	kcal/kg	polyeunyiene (FPH p.0-270)
29	<u>小り塩166~ル</u> ま゜リカーま <sup>*</sup> タート	20.0 WJ/Kg	7525.0	kcal/kg	poly(vinyi chioride), nexible (FPH p.0-279)
- 30	ጥ 7/3 ጥ ተ	01.0 WO/ Ng	7000.9	KCal/ Kg	polycarbonate (FFH p.0-275)
31	ABS樹脂	39.8 MJ/kg	9522.0	kcal/kg	condumer (EPH n 6–273)
32	FVA樹脂	35.6 M.1/kg	8515.8	kcal/kg	ethylene vinyl acetate (EPH n 6-274)
33		29.5 M.1/kg	7057.8	kcal/kg	polyethylmethacoulate (FPH p.6–276)
34	コックトレージョンドロー コップ・レーオン・レーン	47.7 M.1/kg	11410.1	kcal/kg	polyethylene (FPH p.6–276)
35	<u></u>	47.7 M.I/kg	11410.1	kcal/kg	polyethylene (FPH $p.6-276$ )
36		47.7 M.I/kg	11410.1	kcal/kg	polyethylene (FPH p.6–276)
37	<u></u>	30.8 MJ/kg	7361.4	kcal/kg	acrylic fiber (FPH p6-280)
38		20.4 MJ/kg	4875.7	kcal/kg	cotton (FPH p6-280)
				noul, ng	cotton (FPH p6-280) +
39	衣料(低)+14	33.1 MJ/kg	7911.1	kcal/kg	rubber – butyl (FPH p.6–280)
40	その他装置	47.740.0 MJ/m	11410133.8	kcal∕ mੈ	(ポリエチレンの値を採用、1m゚=1.000kgで換算)
41	その他装置	47.7 MJ/kg	11410.1	kcal/kg	polyethylene (FPH p.6-276)
42	電工ドラム [kg]	28.6 MJ/kg	6845.1	kcal/kg	polyurethane (FPH p.6-278)
43		46.8 MJ/kg	11185.5	kcal/kg	gasoline (FPH p6-280)
44	A重油	39.1 MJ/IJットル	9345.1	kcal/ปีงโม	エネ庁、標準発熱量表
AF		10.0 M 1/11.1	0600.0	least /Ileal 1	キャオイル、シリコンオイル、タービンオイル、絶縁油、グリス
45		40.2 IVIJ/ 797/	9008.0	NCal/ JUP/	は、エネ庁、標準発熱量表の潤滑油に統一する
46	クリス	39.0 MJ/kg	9319.8	kcal/kg	潤滑油協会より密度0.97g/cm3で潤滑油換算する
47	チャコールフィルタ	770 MJ/枚	183945	kcal/枚	chacoal(FPH_FPH_p6-280)
48	11 JUN 21	30.9 MJ/枚	7385.3	kcal/枚	cellulose triacetate filber(FPH p6-280)
49	<u></u>	74.5  MJ/枚	17805.9	<u> kcal/枚_</u>	cellulose acetate filber(FPH p6-280)

※FPH:NFPAØFire Protection Handbook Twentieth Edition

タービン建屋からの火災の影響について

設置されている主な機器	火災荷重	等価火災時間
	( $\times 10^{3}$ kcal/m2)	(h) 🔆
(T∕B1F)		
・電動主給水ポンプモータ		
・タービン動主給水ポンプ用ブースタ		
ーポンプモータ		
・主タービン用主油タンク		
・主給水ポンプ駆動タービン用油タン		
ク		
(T∕B2F)	470.4	2 -
・パワーセンタ	478.4	2.5
・コントロールセンタ		
・密封油処理装置		
(T/B3F)		
・発電機		
・励磁機		
(共通)		
・ケーブルトレイ		

1. タービン建屋(T/B)の等価火災時間

※:等価火災時間は0.5h刻みで切り上げ表示している。

2. 評価

火災区域とT/B間の耐火壁の壁厚は1000mm あり、その耐火時間は3h以上である。T/Bの等価火災時間<耐火壁の耐火時間のため、火災区域はT/ Bからの火災影響はない。

(火災区域とT/Bの関係)



:火災区域



$\widehat{\mathbb{N}}$
$\sim$
Ê
₩ 1 1 1 1 1 1 1 1
眠ら
部:
記価
警響
災影
¥
幾
4 叱
ы Ю,
大感

6. 火災伝播評価に用いる評価手法	安中 イナ参戸 そ田大 や たい 思 2 4 人種作品中 ※11 末 2 十 m、
(1)補機油漏えい火災時の区画内温度評価	画本の油火火来酣砂酸により待りないに超米を包括90曲線により温度評価式を求め、各区画毎の設計パラメータ(区)
450	画の換気回数や油量、燃焼速度等)により、区画内の温度 がケーブルの短時間許容温度(日本電線工業会規格によ
400 ◆ Ref3 PRISME (ドデガン、H=3,8m)	る) 90℃以下となることを確認する。
1350 ● 129000000000000000000000000000000000000	III-9744200 14号 1200 8月4号 4441 21-9
300	①火火区国内の勿要供通を40つで取たし、anつまこの工作   通声 V Leuのど 培当者と認書 パウメータ ~ やたのグルレ デ
	町×もつのには、のまた、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、、
(°C) 250 ・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	②温度評価式によって得られた火災区画のαが452以上
T A 200 A A 200 A A A A A A A A A A A A A	であれば、区画内の温度は80℃に達しない。
	<温度評価式>ほう酸ポンプ室の計算例
	、正人に正人、マンス、マンス、ションにより 高温層の温度上昇 $\Delta$ T= 5340% $\alpha$ -0.764
8 8	α= Λ(1+f(n)*t/3600)/S 【換気効果を考慮した空間体積と燃焼油重量    のけ]
	有効換気回数 f(n)= 0.574 (tanh(n-3)+1.0)
	[換気回数をパラメータとした試験から求めた有効換気回数] w 梅油 串 =   <= = 10/14*v*t * 、・・・・・ ・ w 梅時間 [ soc]
100	- ※2011年1日 - 2017年1111日 - 1000 (m/s) [測定データの回帰曲線]
設計パラメータ α	(各入力パラメータ)
	A 区画容積[m3]:313.4 m3   n 換気回数[回]:2.8回 s _ 終琫油臺[r,~]・1 011 % b r
	5、※※5544 mm f w m m m m m m m m m m m m m m m m
(2)ケーブル過電流火災時のトレイ間離隔距離	
ケーブルが過電流火災時に他のトレイのケーブルに伝播・影響	しないことを確認するため、安全系の異トレンのケーブルト
レイの離隔距離が米国電気電子工学学会(IEEE)の規格384に規定さ	:れている水平、垂直の離隔距離以上であることを確認した。
(3)電気盤(440V以上)の火災時の盤外への影響	
念のため、各火災区画毎に電気盤を抽出したが、当該の盤は機構 アンかで一般外には影響したいととを確認した	<b>能喪失するものとするが、電気盤の火災は盤内に限定される</b>
7. 評価結果 原子力発電所の内部水災影鑾評価ガイド(零)に基づき、大飯	3. 4 异総の全ての水災区画について評価を実施した結果、
原子炉の高温停止、低温停止に必要な系統が少なくとも1つ以上	は確保されることを確認した。