# 大飯発電所1号機ストレステスト評価 (詳細資料)

### 安全性に関する総合評価(ストレステスト)について

#### 位置付け

7月11日 枝野官房長官、海江田経済産業大臣、細野内閣府特命大臣により公表

- Ø 安全性の確認は現行法令に則り行われており、さらに緊急安全対策が実施されており、従来以上に慎重に安全性の確認が行われている。
- Ø 定期検査後の再起動については、国民・住民の方々に十分な理解が得られているとは言い難い状況にあることから、国民・住民の方々の安心・信頼確保のため、欧州諸国で導入されたストレステストを参考に、新たな手続き、ルールに基づく安全評価を実施する。
- Ø 一次評価(定期検査中で起動準備の整った原子力発電所) 設計上の想定を超える事象に対しどの程度の安全裕度を有するかの評価を実施。緊急安全対策の効果が どの程度かを定量的に評価し、再起動の判断材料とするもの。
- Ø 二次評価(稼働中および一次評価の対象となった発電所)
  欧州諸国のストレストテストの実施状況、福島原子力発電所事故調査・検証委員会の検討状況も踏まえ、総合的な安全評価を実施。報告の時期は本年内を目途。

#### 評価の視点

- Ø 福島を踏まえ、想定を超える事象を評価することで、プラント全体としてどの程度の 安全裕度を有しているのか、プラントの脆弱性はどこなのかを認識する。
- Ø 想定を超える事象に対する収束手段の多重性を確認し、それを確実にする。
- Ø 緊急安全対策により多重防護の厚みを増し安全性向上に有効に寄与していることを 示すとともに、今後の取り組みにより更なる信頼性の向上を図る。

# ストレステストー次評価の項目

- p 地震 想定を超える地震にどの程度まで燃料損傷せずに耐えられるか評価
- p 津波 想定を超える津波にどの程度の高さまで燃料損傷せずに耐えられるか評価
- p 地震と津波の重畳 想定を超える地震と津波の同時発生にどの程度まで燃料損傷せずに耐えられるか 評価
- p 全交流電源喪失 発電所が完全に停電(全交流電源喪失)した場合に、外部からの支援なしでどの程 度まで燃料損傷せずに耐えられるか評価
- p 最終ヒートシンク喪失 燃料から除熱するための海水を取水できない場合(最終ヒートシンク喪失)に外部 からの支援なしでどの程度まで燃料損傷せずに耐えられるか評価
- p シビアアクシデントマネジメント これまでに事業者が整備してきたシビアアクシデントマネジメント策について、多重 防護の観点からその効果を明示

### 地震の評価方法(原子炉にある燃料に対する評価)

2 - 1

Step1

### 【起因事象の特定】

2-3

想定を超えて地震レベルを上げ、損傷する機器に起因して燃料損傷に至る可能性のある事象を特定する



Step2

### 【緩和機能の抽出】

2-4

起因事象が燃料損傷に進展しないように収束させるシナリオ (イベントツリー)から必要な緩和機能を抽出する



Step3

### 【緩和機能の耐震評価】

2-5

緩和機能を構成する個別機器の耐震裕度を算出する



Step4

### 【クリフエッジの特定】

2 - 6

燃料損傷に進展しないよう収束させるシナリオが成立しなくなる 地震レベル(クリフエッジ)を特定し、緊急安全対策実施前後を比較する

(※)地震に対する機器の健全性の評価には、許容値として規格基準等の値のほか、実験等で妥当性が確認されている値を使用。 また評価値は、実機条件を保守的に見積もり算出(温度条件、タンク保有水量等)

# ストレステストに用いた基準地震動Ss設定の条件

Ø基準地震動Ssの策定においては、敷地周辺の過去の地震や活断層の中から最も影響の大きいものを考慮 Ø評価の指標である基準地震動Ss(最大加速度700Gal)は、地震動を強く放出する部分を敷地近傍に配置する

など厳しい条件でモデル化した評価結果に基づいている。



- Ø応答スペクトルに基づく地震動評価結果や、断層モデルに基づく地震動評価結果等を参考に、基準地震動Ss(700Gal)を策定するとともに、断層モデル波を2波策定
- Ø断層モデルによる地震動評価については、不確かさを考慮し、地震動を強く放出する部分(アスペリティ)を敷地近傍に配置した評価を実施。
- ØFO-A~FO-B断層については、別々に活動するのではなく、同時に活動すると仮定し、断層長(35km)に基づき評価を実施。

2-3

Step1

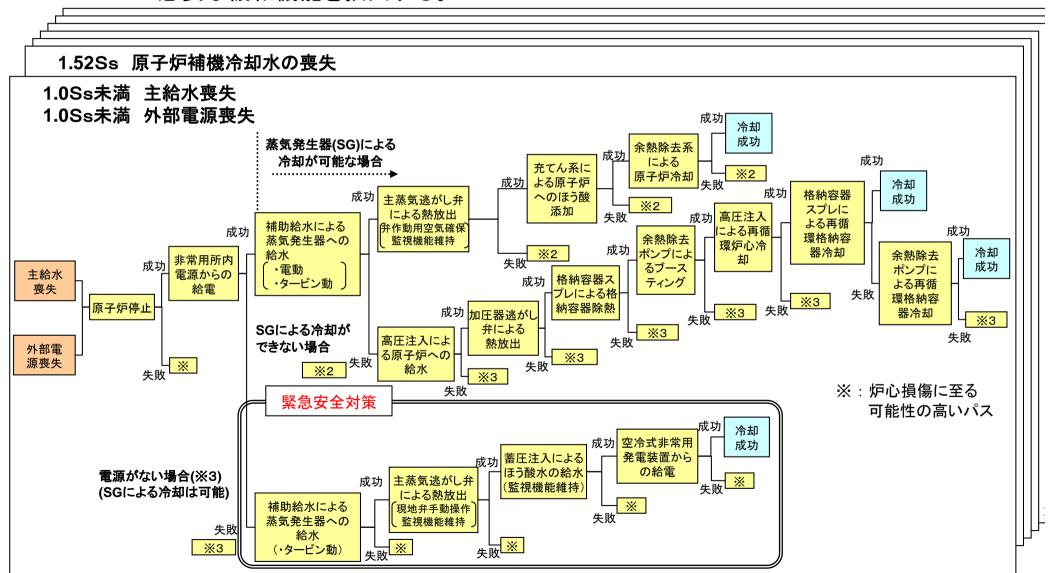
想定を超えて地震レベルを上げ、損傷する機器に起因して燃料損傷に至る可能性のある事象を特定する

起因事象	損傷する可能性の ある部位・設備	基準地震動(Ss)の倍数
主給水喪失	主給水ポンプ他 (工学的判断)	1. 0未満
外部電源喪失	変圧器他 (工学的判断)	1. 0未満
補機冷却水の喪失	海水ポンプ	1. 52
中破断による 原子炉冷却材喪失	中破断LOCA関連配管	1. 72
大破断による 原子炉冷却材喪失	加圧器	1. 82
炉心損傷直結	原子炉盤	1. 88
小破断による 原子炉冷却材喪失	小破断LOCA関連配管	2. 06
格納容器バイパス	蒸気発生器(内部構造物)	2. 16
2次系破断	主給水配管	2. 31

# 緩和機能の抽出(原子炉にある燃料に対する評価)

Step2

起因事象が燃料損傷に進展しないように収束させるシナリオ(イベントツリー)から必要な緩和機能を抽出する。



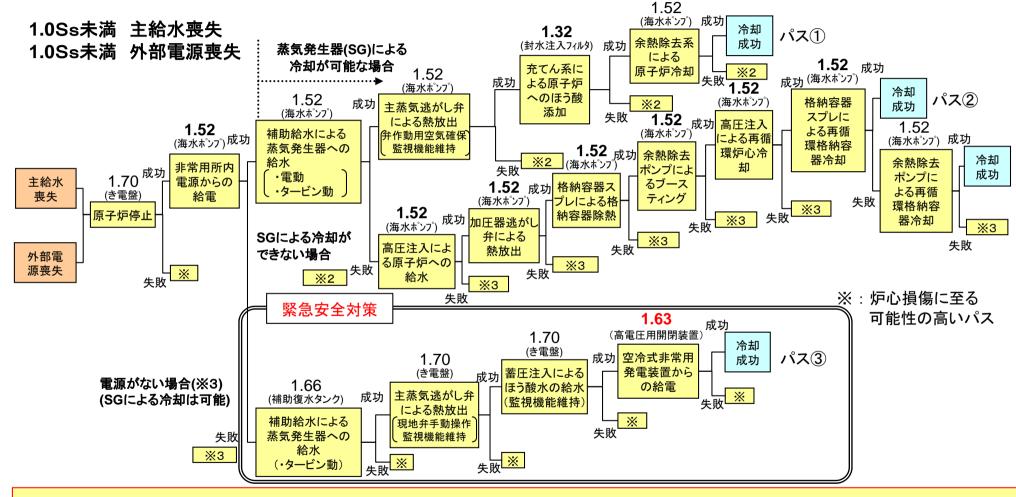
# 緩和機能の裕度算出(原子炉にある燃料に対する評価)

緩和機能を構成する個別機器の耐震裕度を算出する Step3 空冷式非常用 蓄圧注入による 法去系 充てん系による 補助給水による 発電装置からの 主蒸気逃がし弁 非常用所内雷 原子炉への 原子炉への 原子炉 蒸気発生器 給雷 による熱放出 ほう酸水の給水 冷却 源からの ほう酸水の給水 への給水 停止 給雷 1.63 1.32 1.70 1.66 1.70 1.70 1.52 評価値 許容値 裕度 設備 単位 (a) **(b)** (b/a)1.84 × Ssに対し、転倒しないことを確 ラフ 空冷式非常用発雷装置 認。また地震の影響のないように保 1.84 イロ ンン 系ト |空冷式非常用発電装置 中継・接続盤 MPa 23 7.30 168 6.6kV AC電源 高電圧用開閉装置 G 1.48 2.42 1.63 パワーヤンタ G 0.56 1.10 1.96 440V AC電源 G 原子炉コントロールセンタ 3.84 7.10 1.84 動力変圧器 MPa 50 210 4.20 サ き雷盤 G 1.84 3.14 1.70 ポ ドロッパ盤 G 0.80 2.00 2.50 125V DC電源 中央制御室直流分電盤 **MPa** 96 210 2.18 充電器盤 G 1.10 2.00 1.81 インバータ(計器用電源盤) G 5.45 12.00 2.20 115V AC電源 3.00 計器用電源自動切替盤 G 0.78 3.84 計器用分電盤 G 6.06 12.00 1.98

2 - 6

Step4

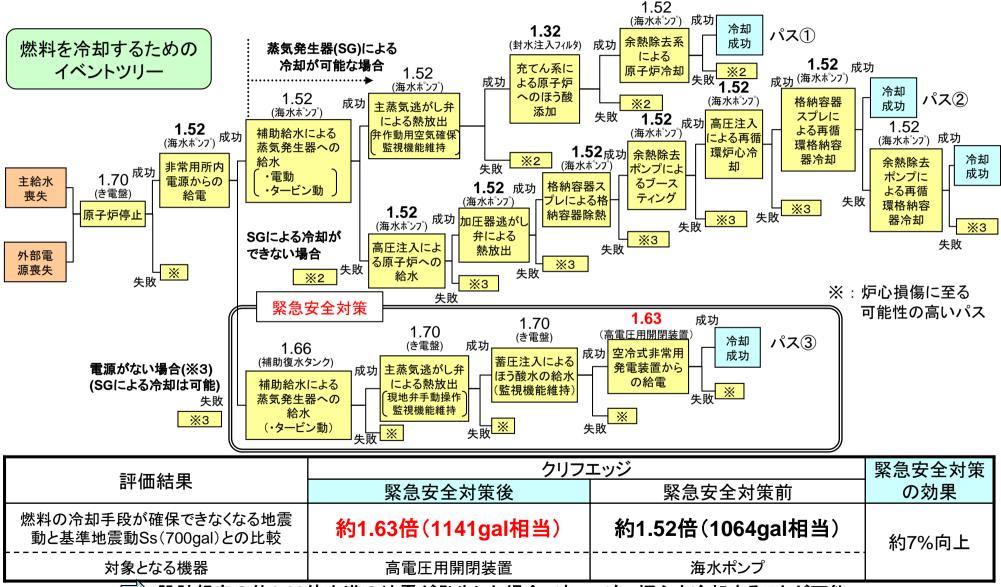
燃料損傷に進展しないよう収束させるシナリオが成立しなくなる地震レベル (クリフエッジ)を特定する



- ○基準地震動1.32倍未満ですべての緩和機能が機能し成功に至る パス①
- ○基準地震動1.52倍未満で一部の緩和機能が機能喪失するものの成功に至る パス②
- ○基準地震動1.52倍になると、非常用所内電源からの給電は失敗するが冷却成功に至る パス③
- ○基準地震動1. 63倍になると、空冷式非常用発電装置からの給電失敗で緩和手段がなくなり、クリフエッジとなる

### 地震の評価(原子炉運転中)

地震により外部電源喪失と主給水喪失が同時に発生するとの想定で、燃料を冷却するために必要な機器が 損傷することにより、冷却手段が確保できなくなる地震レベル(クリフエッジ)を特定する



### 地震に関する評価方法と結果(まとめ)

#### 評価方法と評価結果(概要)

評価方法	評価結果
地震によって発生する起因事象とその収束のための緩和手段の抽出	地震が発生した場合の燃料冷却手段として、設計上考慮している冷却手段の他に、アクシデントマネジメントとして整備した冷却手段、今回安全確保対策として整備した冷却手段と多様性を 持った冷却手段があることを確認した。
抽出された緩和手段がどの程度の地震動まで利用できるかを確認(※)	・安全確保対策を講じる以前では、基準地震動Ss(700gal)の1.52倍まで、最終的に海水へ熱を 逃がすための冷却設備による冷却手段が利用可能であることを確認した。
地震動を徐々に上げていき、燃料を冷却するためのあらゆる手段が喪失し、燃料の重大な損傷が避けられなくなるような地震動レベル(クリフエッジとしての地震動)を評価	・さらに、1.52倍を超える地震に対しては、非常用ディーゼル発電機が冷却水の喪失により使用できなくなった場合でも、空冷式非常用発電装置が利用できることから、安全確保対策により整備した冷却手段(消防ポンプによる水源確保、空冷式非常用発電装置による電源確保等)が1.63倍※まで利用可能であることを確認した。 (※)高電圧用開閉装置の値
緊急安全対策前後でのクリフエッジの改善効 果を評価	緊急安全対策によって、クリフエッジ地震動が約7%向上したことを確認した。

#### 今後の取り組み

約1.63倍を超える地震に対しては、全ての冷却手段が喪失するとの評価結果となったが、クリフェッジ機器となった高電圧用開閉装置についての耐震裕度は加振試験での動作確認範囲の上限であり、実際には機能喪失に至る値にはまだ余裕があると見込まれる。今後、研究等により、設備耐震裕度をより正確に把握する。

また、クリフェッジ機器となる高電圧用開閉装置については、複数あり、使用予定の高電圧用開閉装置が損傷等により投入できなかった場合においても、予備の高電圧用開閉装置を使用することにより、クリフェッジへの対応を確実にするための工夫をしている。

# 津波の評価方法(原子炉にある燃料に対する評価)

Step1

### 【起因事象の特定】

想定を超えて津波高さを上げ、損傷する機器に起因して燃料損傷に至る可能性のある事象を特定する



Step2

### 【緩和機能の抽出】

起因事象が燃料損傷に進展しないように収束させるシナリオ (イベントツリー)から必要な緩和機能を抽出する



Step3

### 【緩和機能の水没高さ評価】

緩和機能を構成する個別機器の設置位置、浸水経路から水没する高さを算出する



Step4

### 【クリフエッジの特定】

燃料損傷に進展しないよう収束させるシナリオが成立しなくなる 津波高さ(クリフエッジ)を特定し、緊急安全対策実施前後を比較する

(※)津波に対する機器の健全性については、津波水位が機器設置フロア高さに達すると、当該機器が機能喪失と仮定し、機能喪失した設備 等の回復はできないものとして評価

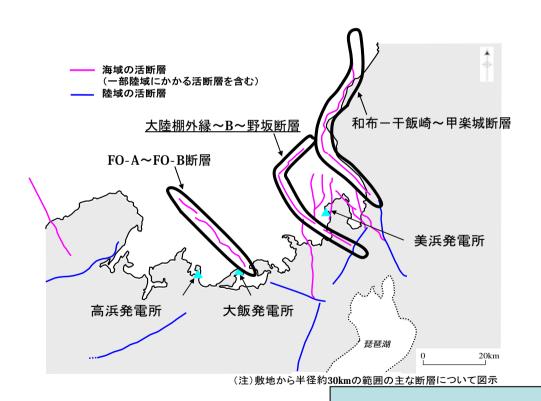
# ストレステストに用いた想定津波高さ設定の条件

#### 海域活断層に想定した津波波源(若狭湾周辺)

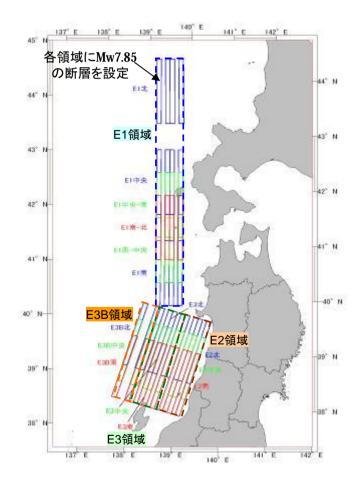
Ø別々に活動すると完全に言い切れないものについては、活断層の同時活動も考慮するなど厳しい条件で想定津波高さ評価を実施している。

#### 日本海東縁部に想定した津波波源

Ø 断層の位置、走向、傾斜等、不確かさを考慮して 様々なパラメータスタディを百数十ケース実施する など厳しい条件で想定津波高さ評価を実施している。

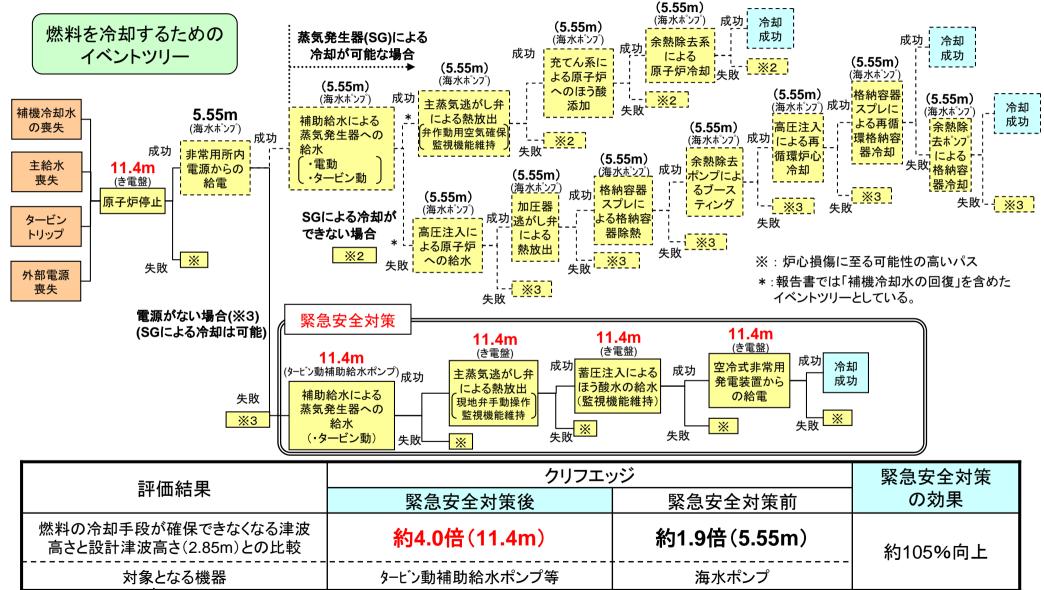


想定津波高さ:2.85m



# 津波の評価(原子炉運転中)

津波により補機冷却水喪失と主給水喪失等が同時に発生するとの想定で、燃料を冷却するために必要な機器が損傷することにより、冷却手段が確保できなくなる津波高さ(クリフエッジ)を特定する



# 津波に関する評価方法と結果(まとめ)

#### 評価方法と評価結果(概要)

評価方法	評価結果
津波によって発生する起因事象とその 収束のための緩和手段の抽出	津波が発生した場合の燃料冷却手段として、設計上考慮している冷却手段の他に、アクシデントマネジメントとして整備した冷却手段、今回安全確保対策として整備した冷却手段と多様性を持った冷却手段があることを確認した。
抽出された緩和手段がどの程度の津 波高さまで利用できるかを確認	・安全確保対策を講じる以前では、想定津波高さ(2.85m)の約1.9倍(5.55m)までの 津波高さに対して、最終的に海水へ熱を逃がすための冷却設備による冷却手段 が利用可能であることを確認した。
津波高さを徐々に上げていき、燃料を 冷却するためのあらゆる手段が喪失し、 燃料の重大な損傷が避けられなくなる ような津波高さレベル(クリフエッジとし ての津波高さ)を評価	・さらに、約1.9倍を超える津波高さに対しては、タービン動補助給水ポンプ室への 浸水防止対策や空冷式非常用発電装置の高台への配備等により、約4.0倍 (11.4m)の高さまで安全確保対策により整備した冷却手段(消防ポンプによる水 源確保、空冷式非常用発電装置による電源確保等)が利用可能であることを確 認した。
緊急安全対策前後でのクリフエッジの 改善効果を評価	緊急安全対策によって、クリフエッジ津波高さが約105%向上したことを確認した。

#### 今後の取り組み

約4.0倍(11.4m)を超える津波高さに対しては、全ての冷却手段が喪失するとの評価結果となったが、今後、建屋への浸水防止効果を維持していくため保守点検を確実に実施すると共に、順次水密扉への取替えを行い、さらに信頼性を高めていくことにしている。また、津波の衝撃力の緩和及び浸水対策の観点から、既存防波堤のかさ上げや防潮堤の設置を行うと共に、海水ポンプエリアに防護壁の設置を行うことにより、多重防護の観点での対策を充実することとしている。

### 地震と津波の重畳の評価方法

#### 【評価の定義】

地震単独、津波単独の評価結果から、地震単独評価に津波の影響、津波単独評価に地震の影響を付加し、相互にその影響を評価する

Step1-1 Step1-2

#### 【地震に対する津波の影響評価】

地震単独の評価に津波の影響による機器の 損傷評価を付加

#### 【津波に対する地震の影響評価】

津波単独の評価に地震の影響による機器の 損傷評価を付加

Step2



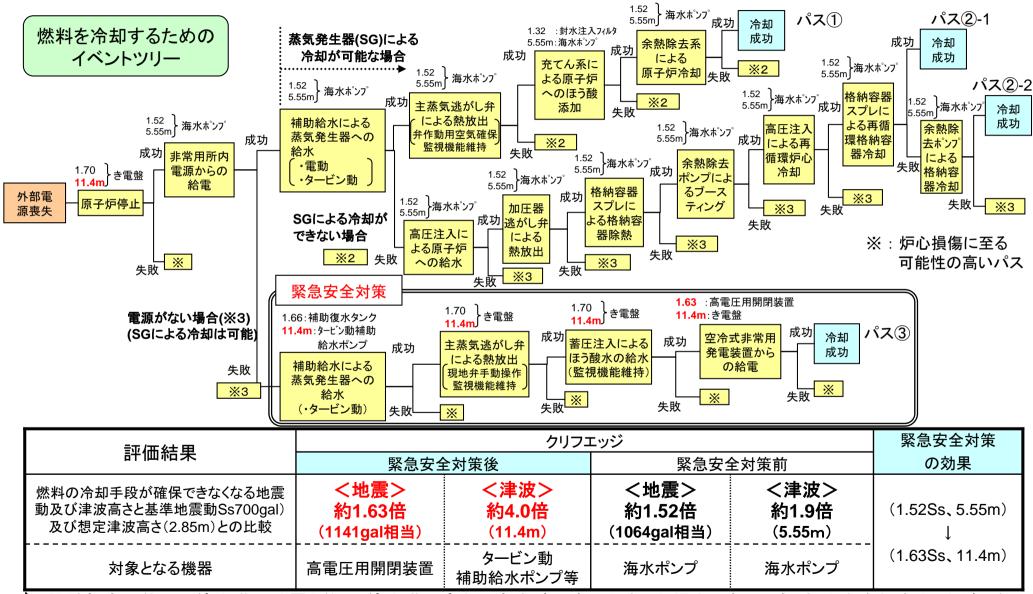
### 【クリフエッジの特定】

燃料損傷に進展しないように収束させるシナリオが成立しなくなる地震と津波高さレベルの 組み合わせをクリフエッジとして特定する

(※)地震と津波の大きさには相関性があると考えられるが、保守的に各々独立として扱い、地震と津波の単独評価で得られたクリフエッジの 範囲まで評価

# 地震と津波の重畳の評価(原子炉運転中)

地震または津波により外部電源喪失などが発生するとの想定で、燃料を冷却するために必要な機器が損傷することにより、 冷却手段が確保できなくなる地震レベルと津波高さの組合せ(クリフェッジ)を特定する



# 地震と津波の重畳の評価(重畳の定義)

#### 1. 重畳評価とは

地震単独の評価では、地震に対するクリフエッジ(下図の横軸)が特定され、 津波単独の評価では、津波に対するクリフエッジ(下図の縦軸)が特定された。

重畳評価では、上記の評価を踏まえ、クリフェッジに該当する機器が、

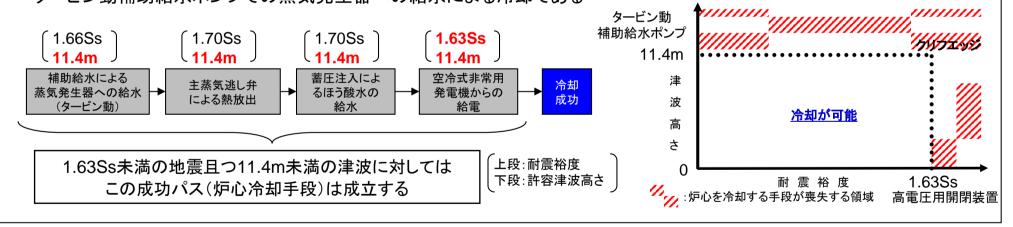
地震に対しては強いが、津波に対しては脆弱でないか等の観点で整理したものである。

#### 2. 高浜1号機の重畳評価結果

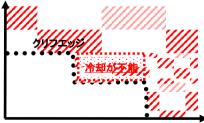
地震に対する成功パスに津波を考慮した評価と、津波に対する成功パスに地震を考慮した評価により、 成功パスが成立する(炉心を冷却するための機器等が機能喪失をしない)地震と津波の組合せの範囲を特定

#### 【評価結果(例)】

今回は、地震に対しても、津波に対しても、最も強靭な炉心冷却手段は、同一であり、 タービン動補助給水ポンプでの蒸気発生器への給水による冷却である



#### 3. 参考



地震に対する成功パスと津波に対する成功パスが異なる場合は、

地震に対する成功パスに津波が影響することがあり、左図のとおり、段差のある表になり、冷却が不能な状況が発生する可能性があるが、

<u>今回は地震に対する成功パスと津波に対する成功パスが同一であり、</u>

地震に対する成功パスに対して津波が影響することがないことが確認された。

# 地震と津波の重畳に関する評価方法と結果(まとめ)

#### 評価方法と評価結果(概要)

評価方法	評価結果
地震単独と津波単独の評価データを ベースに、《耐震裕度、設計津波高さ》 の組合せにおける事象収束のための 緩和手段抽出	・地震と津波の重畳においても、単独評価と同様、設計上考慮した冷却手段、アクシデントマネジメントで整備した冷却手段、安全確保対策で整備した冷却手段と多様性を持った冷却手段があることを確認した。
地震および津波による機器の損傷により燃料の重大な損傷が避けられなくなるような地震動レベル(クリフエッジとしての地震動)、津波高さレベル(クリフエッジとしての津波高さ)を評価	<ul> <li>・安全確保対策を講じる以前では、基準地震動の約1.52倍と想定津波高さ約1.9倍までの組合せで、最終的に海水へ熱を逃がすための冷却設備による冷却手段が利用可能であることを確認した。</li> <li>・それを超える地震動と津波高さの組合せに対しても安全確保対策により整備した冷却手段(消防ポンプ、空冷式非常用発電装置等)が利用可能であることを確認した。</li> <li>・クリフエッジとしては、基準地震動の約1.63倍と想定津波高さ約4.0倍の組合せになると評価された。</li> </ul>
緊急安全対策前後でのクリフエッジの 改善効果を評価	・緊急安全対策によって、(耐震裕度、許容津波高さ)の組合せクリフエッジが (1.52倍、5.55m)から(1.63倍、11.4m)に向上したことを確認した。

#### 今後の取り組み

地震や津波に対するクリフエッジへの対応を強化する等の改善策を確実に推進していく。

# 全交流電源喪失(SBO)と 最終ヒートシンク喪失(LUHS)の評価方法

### 【起因事象の特定】

Step1

- 〇全交流電源喪失(SBO) 発電所が完全に停電(全交流電源喪失)したことを想定する
- 〇最終ヒートシンク喪失(LUHS) 発電所の海水による冷却が機能喪失したことを想定する



Step2

### 【緩和系機器・措置の抽出】

原子炉および使用済燃料ピット冷却のために必要な給水機能と電源機能を抽出する



Step3

### 【緩和系機器の継続時間評価】

各機能の継続可能時間を評価する



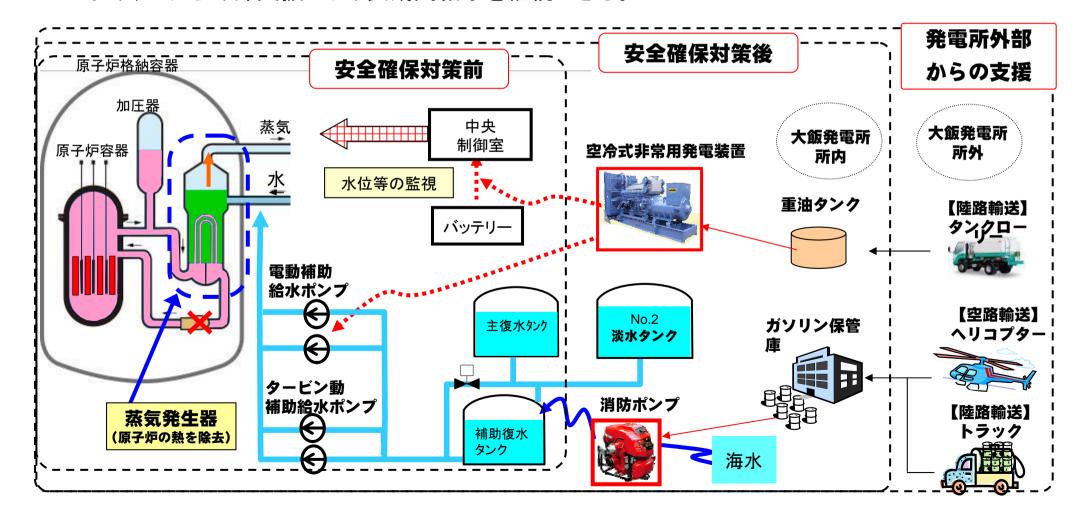
Step4

### 【クリフエッジの特定】

外部からの支援なしで各機能を継続できなくなるまでの 時間(クリフエッジ)を特定する

# 全交流電源および最終ヒートシンク喪失に関する 安全性について

- Ø 安全確保対策によって、空冷式非常用発電装置を配備したことにより、発電所外部からの支援なしで原子炉の冷却を約31日間継続できることとなった。
- Ø さらに、安全確保対策で配備した消防ポンプ等に必要なガソリン等を外部から輸送することとして おり、これら外部支援により長期間給水を継続できる。



# 全交流電源喪失の評価(原子炉運転中)

全交流電源喪失が発生するとの想定で、燃料を冷却するために必要な給水機能や電源機能が喪失することにより、外部からの支援なしで冷却が継続できなくなるまでの時間(クリフエッジ)を特定する

(炉 心)			全交流電源喪失発生からの時間(日数)																			
	水源	分類	1	2		7	8	9	10	11	12	13	14	15	16		29	30	31	32	 85	86
	補助復水タンク	イ)	←	-約5	時間	1																
SG	No.2淡水タンク	<b>□</b> )			\$				弁	勺29日	3間					\$						
給水機能	主復水タンク	口)													約2	日間	<b>]</b> →	<b>V</b>				
	海水(消防ポンプ利用)※	<b>/</b> \)																				
電源機能	蓄電池	イ)	$\downarrow$	·約5	時間	]																
	空冷式非常用発電装置 (補助ボイラ燃料タンク、非常用ディーゼル発電機燃料貯蔵タンク利用)	=)			<b>\$</b>							約	85日	間		<b>\$</b>					\$	

約5時間後 (緊急安全対策前)

約31日後 (緊急安全対策後)

※:消防ポンプはガソリンにより稼動。消防ポンプに期待する32日目以降において は、発電所備蓄ガソリンは他号機に使用して枯渇しており使用できない。

- イ) 工事計画で対象とした設備
- ロ) 実施済みのアクシデントマネジメント設備
- ハ) 緊急安全対策(短期)
- 二)設備強化対策(緊急安全対策に係る実施状況報告 書にて計画されているもののうち設置済みの設備)

=亚/巫 幼 田	クリフ:	緊急安全対策	
評価結果	緊急安全対策後	緊急安全対策前	の効果
燃料の冷却手段が 確保できなくなるまでの時間	約31日後	約5時間後	約148倍向上
対象となる機器等	水源補給用消防ポンプガソリン	蓄電池	



評価結果は外部から支援を期待するに十分な時間であり、また、ガソリン補給のためにヘリコプターによる空輸を行う仕組みも構築しており、クリフエッジは回避できる

# 全交流電源喪失に関する評価方法と結果(まとめ)

#### 評価方法と評価結果(概要)

評価方法	評価結果
全交流電源喪失が発生した場合の原子炉冷却のために必要な給水機能と 電源機能の手段を抽出する	全交流電源喪失が発生した場合の原子炉冷却のために必要な給水機能と電源機能の手段として、設計上考慮している冷却手段の他に、今回安全確保対策として整備した冷却手段と多様性を持った冷却手段があることを確認した。
各機能の継続可能時間を評価する	<ul><li>・安全確保対策を講じる以前では、電源が蓄電池のみであったため、タービン動補助給水ポンプを用いた原子炉の冷却は約5時間利用可能であった。</li><li>・安全確保対策により、空冷式非常用発電装置を配備して電源供給を長期化した</li></ul>
外部からの支援なしで各機能を継続できなくなるまでの時間(クリフエッジ)を 特定する	ことにより約31日間、継続して原子炉を冷却できることを確認した。 ・評価結果は外部から支援を期待するに十分な時間であり、また、消防ポンプを用いた給水手段を整備したこと、およびガソリン補給のためにヘリコプターによる空輸を行う仕組みも構築したことにより、クリフェッジは回避できる。
緊急安全対策前後でのクリフエッジの 改善効果を評価	緊急安全対策によって、炉心はクリフエッジが約148倍向上したことを確認した。

#### 今後の取り組み

恒設非常用発電機を設置して外部電源喪失時のバックアップ電源の多様化を図ることにしている。

# 最終ヒートシンク喪失の評価(原子炉運転中)

最終ヒートシンク喪失が発生するとの想定で、燃料を冷却するために必要な給水機能が喪失することにより、 外部からの支援なしで冷却が継続できなくなるまでの時間(クリフェッジ)を特定する

(炉 心)								最	終L	<u>:</u> —ŀ	・シン	ノク喪	失多	き生れ	から	の時	間(	日数	)				
	水源	分類	1	2	•••	7	8	9	10	11	12	13	14	15	16		29	30	31	32	33	34	
	補助復水タンク	1)	←	·約5	時間	]																	
SG	No.2淡水タンク	Π)			<b>**</b>				糸	<b>勺29</b>	日間					<b>\$</b>							
給水機能	主復水タンク	口)													約2	日間	]→	•					
	海水(消防ポンプ利用)※	11)																					

約31日後 (緊急安全対策前後)

※: 消防ポンプはガソリンにより稼動。消防ポンプに期待する32日目以降において は、発電所備蓄ガソリンは他号機に使用して枯渇しており使用できない。

- イ) 工事計画で対象とした設備
- ロ) 実施済みのアクシデントマネジメント設備
- ハ) 緊急安全対策(短期)

冠/巫幼 田	クリフェ	緊急安全対策	
上 評価結果 上	緊急安全対策後	緊急安全対策前	の効果
燃料の冷却手段が 確保できなくなるまでの時間	約31日後	1 1 2 D	炉心燃料を冷却で きる手段が増加し
対象となる機器等	水源補給用消防ポンプガソリン	蒸気発生器給水用水源	t:



評価結果は外部から支援を期待するに十分な時間であり、また、ガソリン補給のためにヘリコプターによる空輸を行う
はなるようでは、 仕組みも構築しており、クリフエッジは回避できる

# 最終ヒートシンク喪失に関する評価方法と結果(まとめ)

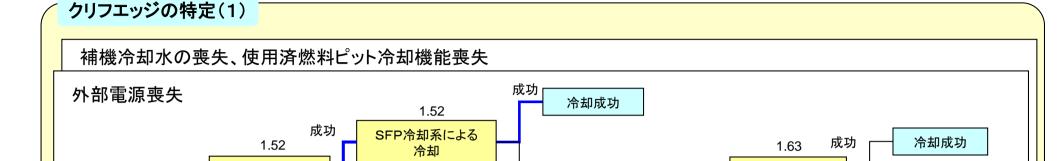
#### 評価方法と評価結果(概要)

評価方法	評価結果
最終ヒートシンク喪失が発生した場合 の原子炉冷却のために必要な給水機 能の手段を抽出する	最終ヒートシンク喪失が発生した場合の原子炉冷却のために必要な給水機能の 手段として、設計上考慮している冷却手段の他に、今回安全確保対策として整備 した冷却手段と多様性を持った冷却手段があることを確認した。
各機能の継続可能時間を評価する	・安全確保対策を講じる以前では、蒸気発生器の給水源として既に手段を整備していた補助復水タンク、No.2淡水タンク、主復水タンクの枯渇により約31日間原子炉の冷却が可能であった。 ・安全確保対策により、上記タンクが枯渇した後も消防ポンプを用いた給水手段を
外部からの支援なしで各機能を継続で きなくなるまでの時間(クリフエッジ)を 特定する	整備することで、原子炉を冷却できる手段が増加した。 ・評価結果は外部から支援を期待するに十分な時間であり、また、ガソリン補給の ためにヘリコプターによる空輸を行う仕組みも構築しており、クリフエッジは回避 できる。
緊急安全対策前後でのクリフエッジの 改善効果を評価	緊急安全対策によって、炉心冷却手段が増加したことを確認した。

#### 今後の取り組み

海水ポンプ電動機予備品を確保し、海水ポンプの早期復旧を図ると共に、放射性機器冷却水クーラに海水を供給して余熱除 去冷却器を介して燃料の崩壊熱を除去できるようディーゼル駆動の大容量ポンプを配備して、最終ヒートシンクの多様化を図 ることにしている。

# 使用済燃料ピットに関する評価方法(地震)



失敗 冷却成功 失敗 冷却成功 ※:地震の影響を受けない消防ポンプによる海水注水シナリオへ移行

失敗

1.52

燃料取替用水ポンプ

による注水

成功

「外部電源喪失」については、1,52未満では冷却に成功。1,52になると、地震の影響を受けない消防ポンプによる海水注入シナリオへ移行し、 冷却は成功する。「補機冷却水の喪失」、「使用済燃料ピット冷却機能喪失」についても同様の評価となる。

#### クリフエッジの特定(2)

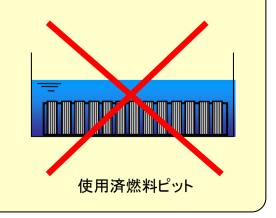
外部電源喪失

非常用所内雷源

からの給雷

「外部電源喪失」「補機冷却水の喪失」及び「使用済燃料ピット冷却機能喪失」 については、地震の影響を受けない緊急安全対策の消防ポンプでの冷却が可 能となる。

次に考慮すべき起因事象「使用済燃料ピット損傷」ではピットそのものの損傷を 2.0Ssと評価しているが、損傷程度を定量的に評価することが困難であるため、 消防ポンプでの冷却維持が可能とはみなさず、クリフェッジを2.0Ssとする。



冷却成功

燃料取替用水

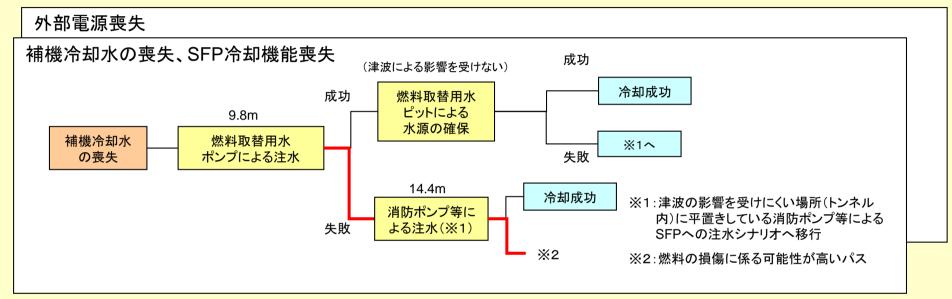
タンクによる

水源の確保

失敗

# 使用済燃料ピットに関する評価方法(津波)

#### クリフエッジの特定(1)



【評価】「補機冷却水の喪失」、「SFP冷却機能喪失」については、津波高さ9.8mまでは冷却に成功。9.8mを超える場合は、 消防ポンプ等によるSFPへの注水シナリオへ移行する。「外部電源喪失」についても同様。

#### クリフエッジの特定(2)

津波に対するSFP損傷の評価の結果、「補機冷却水の喪失」「SFP冷却機能喪失」及び「外部電源喪失」 のいずれについても、緊急安全対策として整備した、消防ポンプ等によるSFPへの注水により冷却が可能 である。

よって、許容津波高さ14.4m(ガソリン保管位置)になると、消防ポンプ使用不可に至り、緩和手段がなくなり、クリフエッジとなる。

# 使用済燃料ピットの評価結果(まとめ)

	評価指標		クリフエッ		緊急安全対策		
	计测拍标	緊急安全	対策後	緊急安全交	対策前	の効果	
地震	燃料の冷却手段が確保で きなくなる地震動と基準地 震動Ss(700gal)との比較	約2.00倍(1400gal相当) 約1.52倍(1064gal相当)				約32%向上	
	対象となる機器等	使用済燃	料ピット	海水ポ	ンプ <sup>°</sup>		
津波	燃料の冷却手段が確保で きなくなる津波高さと設計 津波高さ(2.60m)との比較	約5.0倍(	(14.4m)	9.8m)	約47%向上		
	対象となる機器等	消防ポンプのガ	ソリン保管高さ	外部電			
地震と津波	地震、津波と同様	<地震> 約2.00倍 (1400gal相当)	<津波> 約5.0倍 (14.4m)	<地震> 約1.52倍 (1064gal相当)	<津波> 約1.9倍 (5.55m)	1.52Ss, 5.55m ↓	
の重畳	対象となる機器等	使用済燃料ピット	消防ポンプの ガソリン保管位置	   海水ポンプ 	海水ポンプ	2.00Ss, 14.4m	
全交流電源	外部からの支援がない状 況で、燃料の冷却手段が確 保できなくなるまでの時間	約15日後	(運転中)	約10時間後(	<i>(</i> 停止中) 	約36倍向上	
!——喪失 	対象となる機器等	ピット水補給用消	防ポンプガソリン	(水温が100℃	到達時点)		
最終ヒート	外部からの支援がない状 況で、燃料の冷却手段が確 保できなくなるまでの時間	約15日後	 (運転中) 	約10時間後(	約10時間後(停止中)		
シンク喪失   	対象となる機器等	ピット水補給用消	防ポンプガソリン 	(水温が100℃			

# シビアアクシデントマネジメントの評価方法

#### 現在のシビアアクシデントマネジメントに係る防護措置について、

- 内的事象確率論的安全評価(PSA)で想定した起因事象を対象に、燃料の重大な損傷及び放射性物質の大規模な放出に至る事象の過程を特定
- 事象の過程の進展を防止する防護措置を、内容と位置づけ及び実施時期との関連で分類して抽出
- 既存の安全設備による機能が喪失した場合に、その機能を代替する防護措置を多重防護の観点 から評価



設備、組織、体制、手順書、訓練等の有効性も含めて以下のことを確認した

• 原子炉の停止機能、炉心冷却機能、放射性物質の閉じ込め機能、安全機能のサポート機能のそれぞれについて、防護措置が多様性を持って整備されていることを確認

「例えば、以下のような手順を整備

「高圧注入を失敗した際、2次系による冷却・減圧を行い、低圧注入を可能とする」 「格納容器スプレイを失敗した際、格納容器自然対流冷却を可能とする」等

- これまでに整備した防護措置は燃料の重大な損傷及び放射性物質の大規模な放出を防止する措置として多重防護の観点から有効に整備されていることを確認 (止める、冷やす、閉じ込める)
- 緊急安全対策で整備した空冷式非常用発電装置による緊急時の電源確保は、従来、電源の復旧や号機間電源融通といった防護措置が整備されていた、安全機能のサポート機能の信頼性向上に寄与 (例:号機間電源融通失敗→空冷式非常用発電装置による給電→電動補助給水ポンプによる給水)
- シビアアクシデントへの対応に関する措置として整備した防護措置は、中央制御室の作業環境の確保 や水素爆発防止対策など、炉心損傷後の防護措置実施にあたり、信頼性を高めることを確認

# その他のシビアアクシデント・マネジメントに 関する評価方法と結果(まとめ)

#### 評価方法と評価結果

#### 評価方法

- 内的事象PSAで想定した起因事 象を対象に、燃料の重大な損傷及 び放射性物質の大規模な放出に 至る事象の過程を特定
- 事象の過程の進展を防止する防 護措置を、内容と位置づけ及び実 施時期との関連で分類して抽出
- 既存の安全設備による機能が喪失した場合に、その機能を代替する防護措置を多重防護の観点から評価

#### 評価結果

• 原子炉の停止機能、炉心冷却機能、放射性物質の閉じ込め機能、安全機能のサポート機能のそれぞれについて、防護措置が多様性を持って整備されていることを確認

(例:高圧注入失敗→2次系による冷却・減圧→低圧注入、 格納容器スプレイ失敗→自然対流冷却)

- これまでに整備した防護措置は燃料の重大な損傷及び放射性物質の大規模な放出 を防止する措置として多重防護の観点から有効に整備されていることを確認 (止める、冷やす、閉じ込める)
- 緊急安全対策で整備した空冷式非常用発電装置による緊急時の電源確保は、従来、 電源の復旧や号機間電源融通といった防護措置が整備されていた、安全機能のサポート機能の信頼性向上に寄与

(例:号機間電源融通失敗→空冷式非常用発電装置による給電→電動補助給水ポンプによる給水)

• 中央制御室の作業環境の確保や水素爆発防止対策など、シビアアクシデントへの対応に関する措置として整備した防護措置が、炉心損傷後の防護措置実施にあたり信頼性を高めることを確認

#### 今後の取り組み

シビアアクシデント対応措置報告書で報告した諸対策のうち、今後実施が計画されている、通信設備の免震事務棟への移設によって通信手段の信頼性向上が図られることになる。

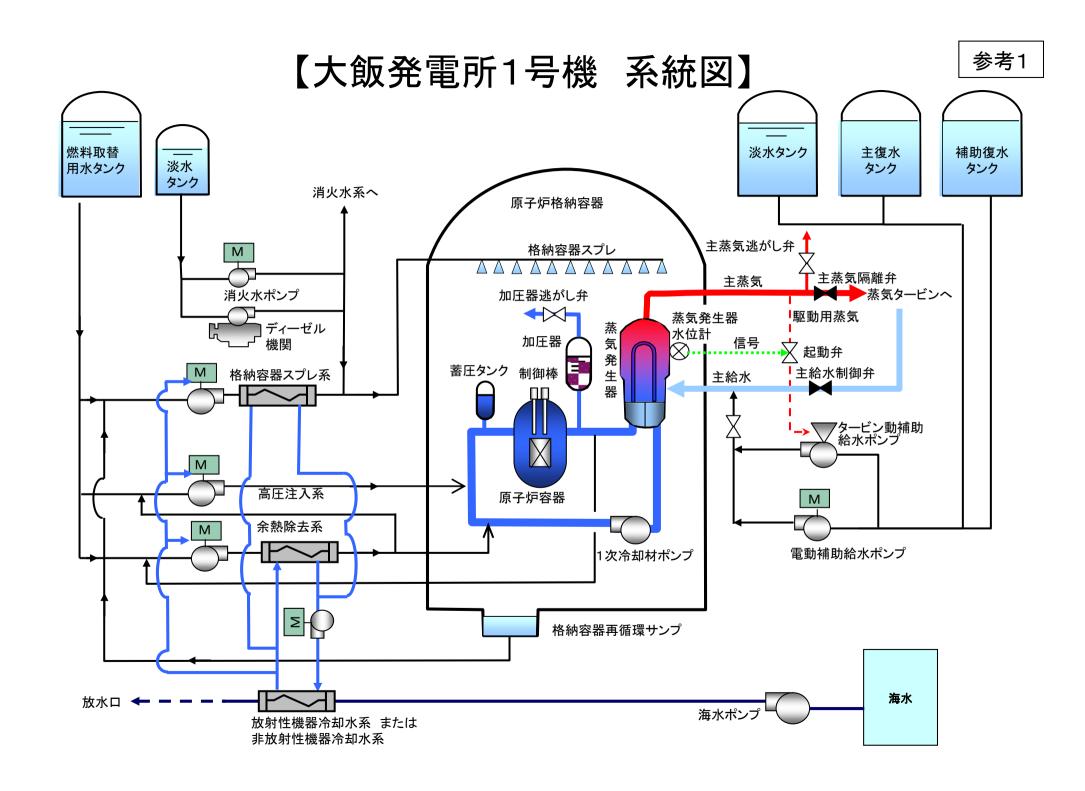
# まとめ (一次評価結果概要)

	クリフエッジ 評価の指標	燃料	クリフエッジ 下段:対象となる設備	主な対策内容	緊急安全対策前 下段:対象となる設備	緊急安全対 策の効果*1
地震 (津波と	地震よる機器の損傷 により、燃料の冷却 手段が確保できなく	炉心	約1.63倍(1141gal相当) 高電圧用開閉装置	空冷式非常用発電装置の 配備、タービン動補助給水 ポンプの水源の確保等	約1.52倍(1064gal相当) 海水ポンプ	約7% 向上
の重畳 も同じ)	なる地震動と基準地 震動(Ss700gal)との 比較	使用済燃料ピット	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1		約1.52倍(1064gal相当) 海水ポンプ	約32% 向上
津波 (地震と	量 きなくなる津波高さと 対 想定津波高さ (	炉心	約4.0倍(11.4.m) タービン動補助給水ポンプ	空冷式非常用発電装置の 配備とタービン動補助給水 ポンプの水源の確保、扉及 び貫通部のシール施工等	約1.9倍(5.55m) 海水ポンプ	約105% 向上
の重畳 も同じ)		使用済燃料ピット	約5.0倍(14.4m) 消防ポンプのガソリン保管高さ	消防ポンプの配備等	約3.4倍(9.8m) 外部電源	約47% 向上
全交流		炉心	約31日後* <sup>2</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン* <sup>3</sup>	水源の多様化、 消防ポンプの配備等	約5時間後* <sup>1</sup> 蓄電池	約148倍 向上
│電源喪 │失 │ │	外部からの支援がな い条件で、燃料の冷	使用済燃料ピット	約15日後(運転中)* <sup>2</sup> ピット水補給用消防ポンプガソリン* <sup>3</sup>	水源の多様化、 消防ポンプの配備等	約10時間後*¹(停止中) (水温が100℃到達時点)	約36倍 向上
最終ヒート	却手段が確保できな くなるまでの時間	炉心	約31日後* <sup>2</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン* <sup>3</sup>	水源の多様化、 消防ポンプの配備等	約31日後 蒸気発生器給水用水源	炉心燃料を冷 却できる手段 が増加した。
シンク 喪失		使用済燃料ピット	約15日後(運転中)* <sup>2</sup> ピット水補給用消防ポンプガソリン* <sup>3</sup>	水源の多様化、 消防ポンプの配備等	約10時間後*¹(停止中) (水温が100℃到達時点)	約36倍 向上

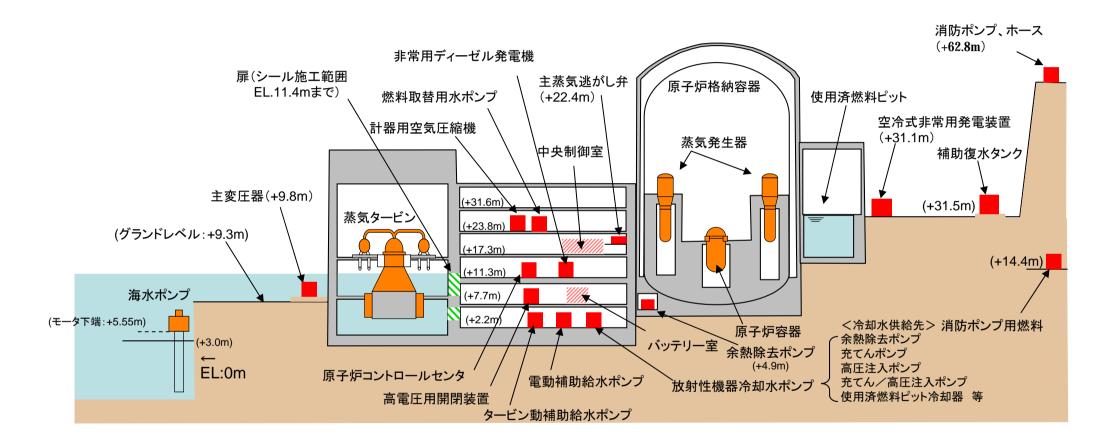
- \*1:手順が整備されていない対策などについては、実行できる可能性があるものでも期待しないこととし、極めて保守的な条件で評価した。
- \*2:外部からの支援なしとした評価結果。外部からの支援を期待するに十分な時間余裕であり、クリフエッジは回避できる。
- \*3:タンク等の水源枯渇後に消防ポンプにより海水を補給できるが、発電所備蓄ガソリンは比較的早期に必要となる3,4号機に全て使用して 1号機には使用できないとして評価した。

# まとめ

- 想定を超える地震、津波、全交流電源喪失、最終ヒートシンク喪失等について評価した結果、これまで実施してきた緊急安全対策の有効性について確認できた
- しかし、安全確保への取組みは決して終わりのあるものではなく、地元ならびに国民の皆様のさらなるご理解とご信頼をいただくために、本評価結果も踏まえた改善を継続的に実施していく
- また、新たな知見等が得られた場合には、必要な対策を 迅速かつ確実に実施するなど、原子力発電所の安全性、 信頼性向上のための不断の取組みを行っていく



# 【大飯発電所1号機 断面図】



### 【各プラントのクリフエッジ評価結果一覧 】

	燃料	大飯1号機	高浜1号機	美浜3号機	大飯3/4号機
		クリフエッジ 下段:対象となる設備	クリフエッジ 下段:対象となる設備	クリフエッジ 下段:対象となる設備	クリフエッジ 下段:対象となる設備
地震 (津波と の重畳 も同じ)	炉心	約1.63倍(1141gal相当) 高電圧用開閉装置	約1.70倍(935gal相当) 原子炉コントロールセンタ	約1.76倍(1320gal相当) 原子炉コントロールセンタ	約1.80倍(1260gal相当) 高電圧用開閉装置
	使用済燃料ピット	約2.00倍(1400gal相当) 使用済燃料ピット	約2.00倍(1100gal相当) 使用済燃料ピット	約2.00倍(1500gal相当) 使用済燃料ビット	約2.00倍(1400gal相当) 使用済燃料ピット
	(基準地震動)	700gal	550gal	750gal	700gal
津波 (地震と の重畳 も同じ)	炉心	約4.0倍(11.4m) タービン動補助給水ポンプ	約4.1倍(10.8m) タービン動補助給水ポンプ	約4.6倍(11.1m) タービン動補助給水ポンプ	約4.0倍(11.4m) タービン動補助給水ポンプ
	使用済 燃料ピット	約5.0倍(14.4m) 消防ポンプのガソリン保管高さ	約10.7倍(28.0m) 消防ポンプのガソリン保管高さ	約13.5倍(32.0m) 消防ポンプのガソリン保管高さ	約5.0倍(14.4m) 消防ポンプのガソリン保管高さ
	(想定津波高さ)	2.85m	2.60m	2.37m	2.85m
全交流 電源 喪失	炉心	約31日後* <sup>1</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン* <sup>2</sup>	約15日後* <sup>1</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン*²	約12日後* <sup>1</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン	約16日後*¹ 水源補給用消防ポンプガソリン*²
	使用済 燃料ピット	約15日後(運転中)* ¹ ピット水補給用消防ポンプガソリン*²	約14日後(停止中)*1 ピット水補給用消防ポンプガソリン*²	約8.8日後(停止中)*1 ピット水補給用消防ポンプ゚ガソリン	約10日後(停止中)*1 ピット水補給用消防ポンプガソリン
最終 ヒートシ ンク喪 失	炉心	約31日後* <sup>1</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン* <sup>2</sup>	約15日後* <sup>1</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン* <sup>2</sup>	約12日後* <sup>1</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン	約16日後* <sup>1</sup> 水源補給用消防ポンプガソリン* <sup>2</sup>
	使用済 燃料ピット	約15日後(運転中)*¹ ピット水補給用消防ポンプガソリン*²	約14日後(停止中)*1 ピット水補給用消防ポンプガソリン*²	約8.8日後(停止中)*¹ ピット水補給用消防ポンプガソリン	約10日後(停止中)*¹ ピット水補給用消防ポンプガソリン

- \*1:外部からの支援なしとした評価結果。外部からの支援を期待するに十分な時間余裕であり、クリフエッジは回避できる
- \*2:タンク等の水源枯渇後に消防ポンプにより海水を補給するが、発電所備蓄ガソリンは既に枯渇しており使用できない