TK-1-1545 改1 →IFhTh

東海第二発電所

工事計画認可申請に係る論点整理について (コメント回答)

平成30年7月30日 日本原子力発電株式会社

本資料のうち, ____ は営業秘密又は防護上の観点から公開できません。

工事計画認可申請に係る論点整理について(コメント回答)(1/5)

過去の審査会合[※]で抽出した工事計画認可申請に係る論点に対するコメントは下表のとおり。今回はその一部について回答する。

※ 第562回審査会合(H30.4.5),第572回審査会合(H30.5.17),第578回審査会合(H30.5.31), 第588回審査会合(H30.6.14),第591回審査会合(H30.6.26),第595回審査会合(H30.7.3) 第599回審査会合(H30.7.10),第603回審査会合(H30.7.19),第606回審査会合(H30.7.26)

 コメント内容
 白丸数字
 過去の審査会合において、今後の予定として示したもの

 黒丸数字
 過去の審査会合において、ご指摘を頂いたもの

公 粘		è 占			審査会合	
分 短 油 点 エメビト内容 2 ・ <td< th=""><th>8/2回答分</th></td<>	8/2回答分					
			1	止水機構の追従性に係る2次元及び3次元の解析結果	完了(5/31)	
			2	止水機構の追従性に係る実証試験(加振試験)結果	完了(5/31)	
			0	実証試験結果のうち,鉛直方向に長周期のうねりが出る原因について,3方向同時加振時に出て,鉛 直加振で出ないことを踏まえて,合理的に説明できる根拠を示した上で特定すること	完了(7/3)	
	- 1	鋼製防護壁の止水機構の地 震時における追従性	ื่อ	振動台のY軸に対しての回転変位(ローリング)について, 試験結果に与える影響を示すこと	完了(7/19)	
耐津波			4	実機解析を工認に適用することを踏まえ、解析の信頼性を示すこと	完了(7/3)	
			6	実証試験結果を踏まえて解析にフィードバックする項目はないか,応力評価において実証試験と解析 の違いを考慮する必要がないか検討すること	完了(7/3)	
			6	試験結果と実証試験モデル結果の差が浸水防止機能に影響を及ぼすか否かを分析し, 今後設計へ の反映の有無を示すこと	完了(7/3)	
			0	止水板の隙間に対する公差について,実機を考慮したうえで設定し,解析モデルの結果の扱いを示す こと	完了(7/19)	
	2	2 防潮堤ルート変更後の敷地 遡上津波の浸水深・流速		-		
	0	可搬型設備の耐震性	1	加振波のFRSが保管場所のFRSを包絡していること	完了(4/5)	
	3		2	加振試験結果	完了(4/5)	
	Δ	機哭の動的機能維持評価	1	構造等がJEAG適用外の機器に対して, 抽出した評価対象部位に係る動的機能維持の評価結果について説明	完了(5/31)	
型重	4	126 167 07 当りし りりめ Hと小庄 1 寸 6 〒 1山	0	評価部位「⑥逃がし弁」について,評価項目「加速度」に対する許容値の出典及び適用性を示すこと	完了(6/14)	
◎□□反			1	解析モデル長さの影響確認結果(解析モデル長さ2.0m及び2.5m)	完了(6/14)	
	Б	フタンドパイプの耐雪証価	0	スタンドパイプ225本モデルにおける補強板が解析に与える影響	完了(6/14)	
	5		8	引張試験における荷重(モーメント)の比較	完了(6/14)	
			4	ドライヤスカート部との干渉に係る解析上の扱い	完了(6/14)	

工事計画認可申請に係る論点整理について(コメント回答)(2/5)



分類	分類 論点 コメント内容 -		審査会合		
73 XR					8/2回答分
分 短 法 点 コメント内容 6 設置変更許可段階で示した 解析用次次化強度特性の付 表性及び補細性 ① 設置変更許可段階で示した (1) ① 設置変更許可段階で示した (1) ① 設置変更許可段階で示した (1) ① ② ② ② ② ② ② ② ② ② ② ② ② ③ ② ③ ○	設置変更許可段階で示した「敷地全体の原地盤の液状化強度特性」の代表性及び網羅性	完了(7/3)			
	6	設置変更許可段階で示した解析用液状化強度特性の代	(1)	D2g-3層の液状化強度試験箇所の代表性について、各孔のボーリング柱状図及びN値を整理し、総合 的に説明すること	完了(7/26)
		表性及び網維性	0	使用済燃料乾式貯蔵建屋を個別の評価対象とした根拠(3つの建屋を除外した理由も含む)及び地盤 改良の有無	完了(7/3)
				三次元解析(COM3)の評価結果	完了(7/3)
	7	鋼製防護壁の上部・下部構 造の接合部の評価	0	鋼製防護壁の接合部に設計荷重を与えた場合,及び設計荷重を超える荷重を仮想した場合の評価に ついて,3次元解析(COM3)の結果を踏まえ,各部材が負担する荷重の伝達メカニズムや3次元挙動 について整理して説明すること	完了(7/26)
	8	立坑構造物の解析モデル変 更	1	立坑構造物の評価結果	0
			1	局所応力の取扱い,許容限界の説明方針および評価結果	完了(7/3)
				せん断終局強度を適用することの妥当性(今回工認,東二建設時,他サイトのSクラス基礎の設計クラ イテリアの違いを考慮した説明)	完了(7/3)
耐震	•	 原子炉建屋基礎盤の耐震評		せん断終局強度を適用することを踏まえ、 Sクラスの機器・配管系に対する支持機能への影響を検討 した上で、 せん断終局強度を適用する際の配慮について設計方針を示すこと	完了(7/26)
	9	価	0	応力平均化について,平均化する方向を整理して示すこと	完了(7/26)
				基礎スラブの面外せん断耐力実験の結果について,東海第二の原子炉建屋基礎盤への適用性をより 詳細に検討すること	完了(7/26)
				地震荷重見直し前後の比較について,計算条件の変更点を整理し,評価結果に支配的な変更点を分 析して示すこと	完了(7/26)
			1	観測記録がシミュレーション解析結果を上回ることに対する設備影響評価結果	完了(7/3)
	10	地震観測記録を踏まえた耐 震評価への影響		使用済燃料プール周辺の3次元応答性状が使用済燃料プールの評価に及ぼす影響	完了(7/3)
			8	評価対象要素及び対象とする入力地震動の選定根拠を示すこと	完了(7/26)
		機器の動的機能維持評価	1	高振動数領域まで考慮した評価結果	完了(7/3)
	11	(弁の高振動数領域の考慮)	0	100Hzまで考慮した応答加速度において、比較的大きな応答増加率を示す弁について振動特性等を 考慮して応答増加要因を推定し説明すること	完了(7/19)
时如声色	10	降下火砕物に対する建屋の	1	原子炉建屋の主トラスについて、発生する応力が許容限界を超えないことの確認結果	完了(4/5)
7下部争家	12	健全性		3次元FEMにおける鉄骨材とスラブの拘束条件,実際のスラブの応力,歪の分布,鉄骨材とスラブの接 合部の状態を示す	完了(5/31)
機械設計	13	SA時の強度評価における設 計方針	0	強度評価方針として, 適用基準は保守側を採用するとしていることに対し, 応力係数について現実的 な値(0.5)を採用することの考え方	完了(5/31)

工事計画認可申請に係る論点整理について(コメント回答)(3/5)



分類		*2		ie 5					審査会合		
	Л	頖		ām	ন			谷区となっていた。	8/2回答分		
			14	SA時の強度 計条件(SA	度評価における設 SAクラス2機器で	1	SA時 果を示	機械荷重(ジェット荷重や主蒸気逃がし安全弁の吹き出し反力)を定量的に算出し, 順次計算結 ≂す	0		
			14	あって, クラス 件)	ス1機器の設計条	0	建設明	寺の設計条件を使用することを含め, 強度評価条件の妥当性を示す	完了(6/14)		
							設計基	基準事故時の動荷重に包絡されること等の確認結果	完了(7/3)		
				5 強度評価におけるPCV動荷 重の考慮	1	SRV作 添えて	F動時の動荷重が,DBA条件を包絡することについて,圧カ干渉効果や圧カ上昇率等の考察を 「説明すること(単弁作動時よりも多弁作動時の方が発生荷重が小さくなることの説明も含む)	0			
							FCI時 うな条	を及びベント時の動荷重が,DBAのLOCA時を包絡することについて,LOCA時の荷重をどのよ 件で設定しているかを示したうえで説明すること	0		
	楼械設計		15		あけるPCV 則何	0	DBA・ (6/14 いてT (6/14 の設言	SA時のPCV動荷重を決定する要素を定量的に説明 追加)シーケンスによっては動作する弁数や作用する圧力も異なることから、各々の動荷重につ 「寧に説明すること 追加)動荷重については設計で元々どういう荷重で評価しているのか(既設の設計裕度)、元々 †の考え方から追って、許容値の包絡性を説明すること	完了(7/3)		
					8	SA時	の応力について, SA水位の影響について説明すること	0			
		10	SA環境を考	慮したPCV閉じ込	1	圧縮え	k久ひずみ率のデータ拡充による閉じ込め機能の評価値の妥当性	完了(4/5)			
;		10	め機能 		2	ガスケ	ット増厚による閉じ込め機能の評価における開口量評価の裕度	完了(4/5)			
						1		ブローアウトパネル開放の実証試験結果 (6/14追加)開放試験については, パネルが躯体から外れて落下していることを確認すること	完了(7/3)		
						(プローアウトパネル閉止装置の実証試験(加振試験)及び開閉動作試験,気密性能試験の結 果	完了(6/26)		
								ブローアウトパネル閉止装置の実証試験(加振試験)での不具合を踏まえた対策検証について	完了(7/10)		
						8		実機大モックアップ試験時の予備品の考え方、リスク管理について説明すること	完了(5/31)		
			17	ブローアウト	パネル及び関連	4	実証	リスク管理の試験スケジュール(クリップ幅変更等)をスケジュール追加すること	完了(5/31)		
			17	設備の必要	機能と確認方法	6	試験	実機大のモックアップ(ブローアウトパネル本体, ブローアウトパネル閉止装置)試験前に試験条 件を説明すること	完了(5/31)		
						6		加振限界試験の目的、実施方法について、要領書に記載のこと	完了(6/14)		
						0		気密性能試験における流量、断面積の算出方法について説明を要領書に追加すること			
						8		実施する単体の気密確認試験結果も踏まえて原子炉建屋原子炉棟全体としての気密性能が 確保できる見込みであることを説明すること	完了(6/14)		
						9		模擬地震波の床応答スペクトルについて、方向に依存しない応答スペクトルのNS/EW方向 への分け方を説明すること	完了(6/14)		

工事計画認可申請に係る論点整理について(コメント回答)(4/5)



分類 17 機械設計 18 19	è 占			コントロ交				
	副							
				9	施工	ブローアウトパネル本体の品質・施工管理,保守管理等	完了(5/31)	
			ブローアウトパネル及び関連 設備の必要機能と確認方法	0	要	設計差圧(6.9kPa)以下で開放する設計(設定値)について、クリップ開放試験結果等を踏まえた 考え方	完了(5/17)	
				Ø	求 機	強制開放装置の位置付け	完了(5/17)	
				ß	能	ブローアウトパネルの要求事項(考慮すべき自然現象発生後にDBAが発生する場合,逆にDBA 後に自然現象が発生する場合を整理し,公衆被ばくの影響の観点から整理)	完了(5/17)	
		17		0	雪荷	ブローアウトパネルの耐震評価に当たって, ブローアウトパネルの設置・取付状況を踏まえた固 有値の考え方を整理し提示すること	完了(6/14)	
		.,		₿	2011	設計基準事故と地震の組合せについて説明すること	完了(6/14)	
				6		部品の裕度評価及び閂の設計に関する説明	完了(7/19)	
					追 加 試 験	門設置に伴う扉開閉の維持管理に関する説明	完了(7/19)	
						追加試験における電動作動確認の判定基準の検討	完了(7/19)	
	機械設計					ブローアウトパネル閉止装置の追加実証試験結果	0	
				1	SA時	の原子炉格納容器内におけるSRV作動環境	完了(4/5)	
				2	SRV(自動減圧機能)の耐環境性	完了(4/5)	
		18	SRVのSA耐環境性	3	非常月	月逃がし安全弁駆動系の耐環境性	完了(4/5)	
				4	過去の	DSRV環境試験条件について対象の機器を明確にして資料に反映	完了(6/14)	
				6	健全性	生の説明書の中でその他のSA耐環境性について整理・説明	完了(6/14)	
						モックアップ試験結果	完了(6/14)	
		10	MOOI/EOI动笑に夜を訊き	\bigcirc	試験	導入管カバーを考慮した試験も含め、モックアップ試験の結果について示すこと	完了(7/3)	
		19	〒〒101/ 〒0129 年1-1米の改訂	0		モックアップ試験における異物混入を想定した試験条件	完了(6/14)	
				₿	施工		完了(5/31)	

工事計画認可申請に係る論点整理について(コメント回答)(5/5)



八 兆 王	論占			一、一、一、中容				
分類		調泉						
			4		工認対象範囲	完了(5/31)		
			6	エ 認	コリウムシールドのドレン水貯蔵機能	完了(5/31)		
	19	MCCI/FCI対策に係る設計	6	上 の	コリウムシールドライナーのエ認上の記載	完了(5/31)		
			6	扱 い	排水ラインのラプチャーディスクの扱いについて整理して示すこと。また,ドライウェル内水位 整の機能に悪影響を与えないことを示すこと	完了(6/14)		
				/	安全弁の吹き出し圧カ,吹き出し量,反カについて,説明すること	0		
		ECCSポンプのSA時でのNP SH評価	1	= +	試験結果および評価結果	完了(7/3)		
機械設計	20		0	験	試験の再現性(投入異物の撹拌・静定させ, 一定の圧力損失データが得られることの見解)に ついて示すこと	完了(5/31)		
	20		8	手順	試験手順について示すこと	完了(5/31)		
			4	頄	試験の進捗状況, 見通しについて具体的に示すこと	完了(5/31)		
	21	SM材の使用制限(2.9MPa) を超えた範囲での使用			-	完了(5/17)		
		「「「」」「」」	1	使用がおり、	^{客燃料プールでの燃料集合体落下時のライニングの健全性評価において,水の抵抗を考慮して この際に用いている抗力係数について確認すること}	完了(5/31)		
	22	燃料末日14倍下時の使用済 燃料プールライニングの健全	2	試験約	ま果および評価結果 	完了(7/3)		
		1生	8	CFD角	¥析モデルについて説明すること	完了(6/14)		



1. 概要

立坑構造の施設としては、円筒形のものとしてSA用海水ピット取水塔、SA用海水ピット、代替淡水貯槽がある。矩形のものとしては、 常設代替高圧電源装置用カルバート(立坑部)、常設低圧代替注水系ポンプ室及び緊急用海水ポンプピットがある。

地震応答解析モデルにおいて、円筒形立坑は既工認プラントと同様に構造躯体を1本の鉛直構造梁としてモデル化し、矩形立 坑はラーメン構造型フレームとしてモデル化を行っていた。しかし、既工認プラントと同様に1本の鉛直構造梁の解析モデルへ統一するこ とが望ましいと判断し、矩形立坑については解析モデルの変更を行った。



屋外重要土木構造物の平面配置図



2. 設計方針

- ・ 立坑構造の屋外重要土木構造物の耐震評価では、地盤と構造物の相互作用を考慮する2次元有効応力解析により得られる解析結果に基づき、構造部材の健全性評価及び基礎地盤の支持性能評価を行う。
- ・ 鉛直断面の耐震設計では、2次元有効応力解析に基づく発生応力が許容限界以下であることを確認する。
- 水平断面の耐震設計では、2次元有効応力解析結果から最も厳しい荷重条件を抽出して静的フレーム解析もしくは版解析を実施し、
 発生応力が許容限界以下であることを確認する。
- 版と側壁が結合する隅角部については、それぞれの固定端モーメントを重ね合わせて照査することで、部材の拘束効果を考慮する。
- 基礎地盤の支持性能評価については、基礎地盤に作用する接地圧が極限支持力に基づく許容限界以下であることを確認する。
- 水平二方向の地震力に対する影響を考慮する。



【論点-8】 立坑構造物の解析モデル変更について(3/9)



3. 設計手順

設計手順を以下に示す(水平二方向を考慮する前の設計手順)。





4. 先行プラントにおける立坑構造物の設計との比較

先行プラントで許可実績のある立坑構造物の設計手法に対して比較した結果を以下に示す。

東海第二発電所では、有効応力の変化を考慮した地震応答解析を用い、側壁と版部材の隅角部におけるモーメントの廻り込み による影響も考慮して保守的な設計を行う。

項目	先行プラント	東海第二
鉛直断面の設計	 ・ 鉛直構造梁モデルモデル ・ 2次元時刻歴非線形解析(全応力解析) 	【有効応力解析により液状化検討対象層を敷地に存在しない豊浦標準砂の液状化強度特性に より強制的に液状化させることを仮定した土圧も考慮】 ・ 鉛直構造梁モデル ・ 2次元時刻歴非線形解析(有効応力解析)
(隅角部の影響検討)	_	【版と側壁部の剛結部における局所的な曲げモーメント増分を 考慮】 ・ 鉛直断面の曲げモーメントに、版及び側壁の固定端モー メントを足し合わせて考慮
水平輪切り断面の設計	 ・ 地震時土圧 : 地盤接続剛梁の軸力 ・ 両押し及び片押しを考慮 ・ 加振直交方向 : 地盤反力を考慮 ・ 「(3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) (3)(第冊用) 	【土木学会(2015)では構造の変形に応じた地盤反力を考慮できるが、地盤反力による構造体の 変形抑制効果を考慮しなくても構造成立する場合は、設計上の保守的な配慮として地盤反力を 考慮せず設計する。なお、地盤反力を考慮する場合は、 保守的にKm層に限って適用。】 ・ 地震時土圧 : 地盤反力 ・ 両押し及び片押しを考慮 ・ 加振直交方向 : 常時土圧及び静水圧
版の設計	 版モデル 中央部:単純支持条件による断面力で設計 端 部:固定支持条件による断面力で設計 地震時土圧:全時刻最大の底面鉛直地盤反力(等分布) 	【単純支持条件で評価】 ・版モデル又は梁モデル ・単純支持条件による断面力で設計 ・固定支持条件による断面力で隅角部の設計 ・地震時土圧 :全時刻最大の底面鉛直地盤反力(合力最大時刻の分布)

【論点-8】立坑構造物の解析モデル変更について(5/9) (矩形立坑の水平二方向地震力に対する検討方針)



- 5. 水平二方向地震力に対する設計方針
- (1)矩形立坑
- ・ 曲げモーメント及び軸力に対する設計では、コンクリートは全断面有効と考え、鉄筋については曲げの方向に対し矩形フランジ部に 配置される鉛直鉄筋のみを有効としている。
- せん断力に対しては、各方向から作用するせん断力を矩形フランジ部の鉄筋コンクリートで全て負担できる設計とする。
- 水平二方向の入力がある場合、各方向から作用するせん断力を負担する部位が異なるため、水平一方向にのみ入力がある場合と 同等な評価となる。



入力方向ごとの有効部材(曲げ・軸力を対象)

入力方向ごとの有効部材(せん断力を対象)

【論点-8】立坑構造物の解析モデル変更について(6/9) (円筒形立坑の水平二方向地震力に対する検討方針)



(2)円筒形立坑

- 1) 鉛直断面の曲げ軸力に対する設計
- 2次元有効応力解析にて算出される線形はり要素の発生断面力(曲げモーメント及び軸力)を用い、円周方向断面に配置した鉛直鉄筋を全断面有効として照査する。
- 円筒形立坑には明確な強軸方向が存在しないことから、各断面方向の2次元有効応力解析から算出される断面力が同時刻に直交方向にも発生すると保守的に仮定して、各断面方向で算出される曲げモーメントを√2倍した場合の応力に対して評価する。



鉛直断面の曲げ・軸力照査にお ける水平二方向地震力の考慮

2) 鉛直断面のせん断力に対する設計

- ・ コンクリート標準示方書に基づき,円と同面積を有する正方形断面に対して,せん断抵抗部材の有効面積を設定する。



鉛
直
断
面
の
せ
ん
断
照
金
に
お
け
る
有
効
部
不

- 3)版部材が側壁を固定することによる隅角部の評価
- ・ 側壁と版部材の隅角部における曲げモーメントの廻り込みの影響検討では、側壁および版部材の両端固定モデルから得られる端部モーメントを重ね合わせて照査する。
- 水平二方向の影響検討においては、2次元有効応力解析の鉛直断面で求められた曲げモーメントを√2倍したものに、局所的な廻り込み増分モーメントを足し合わせて評価を行う。

【論点-8】 立坑構造物の解析モデル変更について(7/9) (円筒形立坑の水平二方向地震力に対する検討方針)



- 4)水平輪切り断面の設計
- ・ 片押し時の検討に対して水平二方向の地盤反力を考慮する。
- ・ 地盤反力は、2次元有効応力解析から得られる立坑両側地盤の 「常時土圧+静水圧+地震時地盤反力の最大値」を直交2方向 に載荷する(*1)。
- 5)版部材の設計
- 直交する2断面の2次元有効応力解析から得られる鉛直加速度
 による慣性力もしくは鉛直地盤反力の時刻歴最大値を入力荷重
 として行うことから、水平二方向の影響評価の対象ではない。



水平断面の設計における水平二方向地盤反力の考慮

【論点-8】 立坑構造物の解析モデル変更について(8/9) (円筒形立坑の水平二方向地震力に対する検討フロー)







- 6. 今後の予定
 - 6つの立坑構造物に係る解析条件(基本設計方針)の説明は6月上旬までに実施した。
 - 円筒形立坑の内,代替淡水貯槽については,更に安全余裕をもたせる構造変更を行ったことから, 8月中旬頃までに解析 評価を実施する。
 - 矩形立坑の内, 階層が多いものは水平断面の設計に時間を要することから8月中旬頃まで解析評価を実施する。



【論点14】 SA時の強度評価における設計条件

👍 げんてん

(SAクラス2機器であって、クラス1機器の設計条件)(1/5)

<本論点の経緯>

第562回審査会合(平成30年4月5日)において、SAクラス2機器であってクラス1機器の強度評価を設計・建設規格に従い評価すること、SA時機械荷重については定量的に算出し、順次計算結果を示すことを説明している。

このため、SAクラス2機器であってクラス1機器のSA時機械荷重の計算結果について説明する。

<コメント>

① SA時機械荷重(ジェット荷重や主蒸気逃がし安全弁(SRV)の吹き出し反力)を定量的に 算出し,順次計算結果を示すこと。

<回答>

- SA時の機械荷重として考慮する配管破断時のジェット荷重及びSRVの吹き出し反力については、以下の荷重として原子炉圧力容器(RPV)の各部位及び主蒸気系配管の評価に反映している。
 - 1. ジェット荷重:配管破断時の外荷重として, RPVの強度評価に反映
 - 2. SRV吹き出し反力:配管反力のうち機械荷重成分として, RPV主蒸気ノズルの死荷重 に含む。主蒸気系配管については, 排気管の配管反力として考慮

【論点14】 SA時の強度評価における設計条件 (SAクラス2機器であって, クラス1機器の設計条件)(2∕5) →



1. ジェット荷重の評価について

- ✓ SA時の強度評価の外荷重として, RPVにはLOCA時のジェット荷重が 生じる。
- ✓ 強度評価では, RPVに接続する配管のうち, 口径が大きく破断時に RPVに大きなモーメント及びせん断力が生じる主蒸気系配管及び再循 環系配管の全破断を考慮(図1)。
- ✓ 設計・建設規格に基づき算出した,主蒸気系配管及び再循環系配管破断により, RPVに作用するジェット荷重を表1に示す。



表1 解析ケース及びジェット荷重の条件

ケース No.	破断配管	破断面積 × 10 ³ (mm²)	ジ ェット荷重 ^{※1} (kN)	備考
1	主蒸気系配管 大破断			
2	再循環系配管 大破断			フラッシュ有 ^{※2}
3	再循環系配管 大破断			フラッシュ無 ^{※2}

※1 ジェット荷重(ジェット反力)には動的荷重係数を考慮する

※2 フラッシュ有:蒸気及び加圧水で噴出流体がフラッシュする場合 フラッシュ無:加圧水で噴出流体がフラッシュしない場合

図1 原子炉圧力容器と破断を想定する主蒸気系配管 及び再循環系配管部



図2 ジェット荷重作用時の荷重算定用解析モデル

- 【論点14】SA時の強度評価における設計条件 (SAクラス2機器であって、クラス1機器の設計条件)(4/5) → FFATH
- 2. SRV吹き出し反力の評価について
- ✓ SA時の強度評価の外荷重として, RPV主蒸気ノズル及び主蒸気系配管にはSRV作動時の吹き出し反力が生じる。
- ✓ SRV吹き出し反力は、主蒸気ノズルの死荷重、主蒸気系配管及び排気管応力、支持構造物反力として考慮。
- ✓ なお、SRVは取替えを実施するが、SRV吹き出し反力については、保守的に吹き出し流量の多い取替え前のSRV の値を用いる。



- ✓ 主蒸気ノズルについて、表3に示す外荷重を考慮した応力強さ(一次一般膜応力強さ、一次膜+一次曲げ応力強さ)の評価を行い、許容値以下であることを確認した。
- ✓ 主蒸気系配管について,表4に示す外荷重を考慮した応力強さ(一次応力)の評価を行い,許容応力以下である ことを確認した。

表3 主蒸気ノズルに生じる外荷重(SRV吹き出し反力+自重)

河庙筑公	モー。 (kN	メント •m)	ڑ (k	ל N)	一次一; (N	般膜応力 IPa)	ー次膜 げ応力	+一次曲 J(MPa)
가의 위위 IMI 구등	М	Mz	н	Fz	応力 強さ	許容値	応力 強さ	許容値
主蒸気ノズル					87	292	87	389



図4 主蒸気ノズルに生じるモーメント及び力

表4 主蒸気系配管に生じる外荷重(SRV吹き出し反力+自重)

評価部位	一次応	力(MPa)
(最大応力評価点)	一次応力	許容値
主蒸気系配管 (B系)ティー	104	345



【論点15】 強度評価におけるPCV動荷重の考慮(1/7)



<本論点の経緯>

第595回審査会合(平成30年7月3日)において,重大事故等時にドライウェルや逃がし安全弁(以下, 「SRV」という。)からサプレッション・チェンバへ蒸気等が流入する際の動荷重について説明した際,以 下の指摘を受けたため,指摘内容を踏まえ検討した結果を説明する。

<コメント>

- ①原子炉圧力容器外の溶融燃料ー冷却材相互作用(以下,「FCI」という。),格納容器ベント時の動荷重が,設計基準事故(以下,「DBA」という。)のLOCA時の動荷重に包絡されることについて, DBA-LOCA時の荷重設定について示した上で説明すること
- ②原子炉停止機能喪失(ATWS)事象時のSRV多弁作動時の発生荷重が、これまで設計で考慮してきたSRV単弁作動時の発生荷重よりも小さくなることについて、圧力干渉効果の考察を添えて定量的に説明すること
- ③ATWS事象時のSRV作動時の動荷重が, DBA条件を包絡することについて, 圧力上昇率等の考察を添えて説明すること

④SA時の強度・耐震評価について、SA時のサプレッション・プール水位による動荷重への影響を説 明すること



<回答>

- ①FCI, 格納容器ベント時の動荷重が, DBA-LOCA時の動荷重に包絡されることについて, DBA-LOCA時の荷重設定について示した 上で説明すること
- 移行量最大値における動荷重については、DB設備としての設計条件を以下のように設定
 - ▶ 既往の試験結果^{※1}から得られた水移行量の最大値を基に,水ジェットによる動荷重の設計条件を設定
 - ▶ 設計基準事故の解析結果を基に、プールスウェルによる動荷重の設計条件を設定
 - ▶ 既往の試験※4から得られた最大の蒸気凝縮による動荷重を設計条件として設定

FCI時及び格納容器ベント時の各移行量は、LOCA時の各移行量に包絡されることを確認(表1)

- 低蒸気流束時の動荷重については、DB設備としての設計条件を以下のように設定
 - ▶ 既往の試験※4から得られた蒸気移行量, プール水温を基に, チャギングによる動荷重の設計条件を設定

FCI時及び格納容器ベント時の蒸気移行量及びプール水温が,チャギングによる動荷重が最大となる条件(蒸気移行量:18~28kg/s/m²,プール水温:40°C以下)の範囲外であることを確認(表2)

LOCA時の低蒸気流束時における高温水・蒸気の放出(格納容器過圧・過温破損)は,DB設備としての設計条件で想定している起因 事象(再循環系配管の両端破断)が同じであるため,当該設計条件を適用

表1 サプレッション・チェンバへの水等の移行量最大値

表2 低蒸気流束時のパラメータ

事象	水移行量の 最大値[kg/s/m²]	ガス移行量の 最大値[kg/s/m²]	蒸気移行量の 最大値[kg/s/m²]	事象	蒸気移行量 [kg/s/m²]	プール水温 [℃]
LOCA時のブローダウン時に おける高温水・蒸気の放出 (DB設備としての設計条件)		1		LOCA時のブローダウン時に おける高温水・蒸気の放出 (DB設備としての設計条件)	18 ~ 28 ^{%4}	40以下**4
LOCA時のブローダウン時に おける高温水・蒸気の放出 (格納容器過圧・過温破損)	LOCA時のブローダウン時における高温水・蒸気の放出			LOCA時のブローダウン時に おける高温水・蒸気の放出 (格納容器過圧・過温破損)	DB設備としての 強度評価	の設計条件を iに適用
FCI時				FCI時		
格納容器ベント時 (格納容器過圧・過温破損)				格納容器ベント時 (格納容器過圧・過温破損)		

※1:既往の試験結果(米国4T/4TCO試験^{※5}) ※2:設計基準事故の解析結果 ※3:有効性評価の解析結果 ※4:既往の試験結果(CRT試験^{※6})

※5:出典 NUREG-0487 "MARK II CONTAINMENT LEAD PLANT PROGRAM LOAD EVALUATION AND ACCEPTANCE CRITERIA"

※6:出典 日本原子力研究所: JAERI-M 83-186, 蒸気凝縮振動及びチャギングによる圧力抑制プール内動荷重の統計的評価(2) -格納容器圧力系信頼性実証試験データ評価レポート・3-, 7.結論より抜粋

【論点15】 強度評価におけるPCV動荷重の考慮(3/7)



- ②原子炉停止機能喪失(ATWS)事象時のSRV多弁作動時の発生荷重が、これまで設計で考慮してきたSRV単弁作動時の発生荷重よりも 小さくなることについて、圧力干渉効果の考察を添えて定量的に説明すること
- 海外プラントにおいて、複数のSRVを手動開することにより複数の隣接したクエンチャから非凝縮性ガスを排出する試験を実施しており、 複数の圧力振幅が合流するような測定点においても、クエンチャ近傍の圧力振幅に比べ増幅はしていない(図1)。増幅しないのは、「逃 がし安全弁作動タイミングのずれ」、「SRV排気管ラインの配管長の違い」及び「非凝縮性ガスが排出される各クエンチャから測定点まで の距離の違い」により、非凝縮性ガスによる気泡脈動の位相のずれが要因
- ATWS事象時に18弁のSRVが作動するときも、気泡脈動の位相にずれが生じる。さらに、クエンチャ近傍から距離が離れるほど、減衰により圧力振幅は小さくなるため(図2参照。原子炉格納容器本体に到達時の圧力振幅は_____となる。)、原子炉格納容器本体にかかる動荷重としては、原子炉格納容器本体に近いクエンチャからの気泡脈動の影響が支配的
- 東海第二の設計においては、SRV多弁作動時を包絡するよう、実機試験におけるSRV単弁作動時のクエンチャ近傍の圧力振幅(+0.84/ -0.39kg/cm²)を(減衰を考慮せずに)、原子炉格納容器本体の動荷重評価の設計条件として設定



【論点15】 強度評価におけるPCV動荷重の考慮(4/7)



【ATWS事象時のSRV多弁作動時の気泡脈動荷重を保守的に仮定した原子炉格納容器本体強度の感度評価】

- 18弁のSRV作動時,保守的に気泡脈動の位相のずれがないものと仮定し,距離の減衰のみを考慮した場合の影響評価を実施(図3の 評価点から各クエンチャまでの距離に応じて圧力振幅の減衰を考慮し,評価点に影響を及ぼす全クエンチャからの最大圧力振幅の合 計値を2乗和平方根により算出)。その結果,評価点における圧力振幅は、東海第二の実機試験におけるSRV単弁作動時の最大実測 値の約
- ATWS事象時にSRV18弁が同時に作動するのは事象初期のみであるため、事象初期の原子炉格納容器圧力と 音の圧力振幅を組 合せて強度評価を実施した結果、許容応力に対して十分裕度があることを確認(表3)
- 本感度評価は、気泡脈動の位相のずれがないと仮定した上に、 倍の圧力振幅を原子炉格納容器本体の水没する範囲に均一に負荷させており、非常に保守的な条件(図4)であるが、裕度は十分確保されている



281^{%4}

281

原子炉格納容器本体に負荷させる圧力振幅イメージ

図4 強度評価における評価上の保守性について

※2:18弁作動時の原子炉格納容器圧カ ※3:動荷重は簡易評価にて実施。発生応力のうち円周方向の動荷重成分を記載。 ※4:許容応力状態 V₄としてのIV₄許容限界を用いる。(限界温度(200 ℃)における許容値)

死荷重+水頭圧(诵常水位)

+18弁作動時(6kPa)^{※2}+SRV作動時

+ATWS時最大圧力(200kPa)+SRV作動荷重[※]

死荷重+水頭圧(SA時の最大水位)

【論点15】 強度評価におけるPCV動荷重の考慮(5/7)



③ATWS事象時のSRV作動時の動荷重が、DBA条件を包絡することについて、圧力上昇率等の考察を添えて説明すること

- 前頁に示す通り,東海第二で得られたSRV弁作動時の圧力振幅の最大圧は,初期の非凝縮性ガスが排出された直後の波(約0.1~0.2 秒後)が支配的となり,その後は減衰傾向
- ATWS事象では非凝縮性ガスが排出された以降も原子炉圧力は上昇するが、SRV排気管内の非凝縮性ガスはSRV作動後約0.35秒間※
 で排出は完了する。この間、原子炉圧力は最大で約0.3MPa程度上昇(図5)
 ※SRVの設計上の排気流量を基に、SRV排気管の長さを考慮し、非凝縮性ガスがS/Pに全て排出されるまでの時間を計算した結果
- 一方, クエンチャ開発時の気泡脈動の測定では, ており, このことから, ATWS事象時のMSIV閉止後のSRV弁作動開始以降, 非凝縮性ガスが排出される間に原子炉圧力が上昇する場合でも圧力振幅の最大値が大幅に変わるとは考えにくい(図6)
- 以上より、ATWS事象時のSRV作動時の動荷重は、DBA条件(実機試験におけるSRV作動時(原子炉圧力:7.4MPa程度)の動荷重)と 同等と考えられる





出典 : NEDE-21078 "Test Results Employed by General Electric for BWR Containment and Vertica Vent Loads", GE (NUREG-0802: Safety/Relief Valve Quencher Loads Evaluation for BWR Mark II and III Containments"において参考文献として引用)

図6 模擬圧力容器蒸気源圧力と圧力振幅の関係(気泡脈動)

【論点15】 強度評価におけるPCV動荷重の考慮(6/7)



【ATWS事象時のSRV作動時の原子炉圧力の影響を保守的に仮定した原子炉格納容器本体の強度評価】

- 前頁のとおり、ATWS事象におけるSRV作動時の動荷重はDBA条件と同等で良いと考えられるが、図6に示すクエンチャ開発時の気泡脈動の測定試験では原子炉圧力が上昇する条件で実施していない等により、原子炉圧力上昇時のSRV作動時の動荷重には不確かさが存在することを踏まえ、原子炉圧力に比例して気泡脈動の圧力振幅が大きくなると仮定した評価を実施
- 保守的にATWS事象時の最大の原子炉圧力に応じた気泡脈動の圧力振幅を線形補間により算出(圧力振幅:0.93kg/cm²(図7,図8))
- ATWS事象時の原子炉圧力上昇による非凝縮性ガスの排出は事象初期のみであるため,事象初期の原子炉格納容器圧力と算出した圧力振幅を組合せて強度評価を実施した結果,許容応力に対して十分な裕度があることを確認。また,SRV作動を考慮した動荷重の組合せのうち「ATWS時最大圧力(200kPa)+SRV作動荷重^{※1}」に包絡される結果となる(表4)





荷重の組合せ	発生応力 (MPa)	許容応力 (MPa)	裕度
死荷重+水頭圧(通常水位) +ATWS時圧力(事象初期6kPa) +SRV作動荷重(圧力振幅補間)		281	
死荷重+水頭圧(SA時の最大水位) +ATWS時最大圧力(200kPa) +SRV作動荷重 ^{※1}		281	

※2:動荷重は簡易評価にて実施。発生応力のうち円周方向の動荷重成分を記載。



図8 原子炉格納容器本体に生じる動荷重の概要

【論点15】 強度評価におけるPCV動荷重の考慮(7/7)



④SA時の強度・耐震評価について、SA時のサプレッション・プール水位による動荷重への影響を説明すること

- SA時に代替格納容器スプレイ冷却系(常設)等による代替格納容器スプレイを実施する場合,外部水源の持ち込みによりサプレッション・プールの水位が上昇することで,動荷重及び水頭圧の影響する範囲が増え,原子炉格納容器本体のうち最も裕度の少ない箇所が DBA時と異なる(図9,表5)
- SA時に最も裕度の少ない箇所は、原子炉格納容器本体の厚さが他よりも薄い箇所であり、他の箇所よりも圧力影響が増えるため、原子炉格納容器本体の厚さが薄くなった影響を応力に対して簡易的に割り増した強度評価を実施し、健全性に影響がないことを確認した(表6)。詳細な評価については、原子炉格納容器の応答解析を実施した上で、強度・耐震評価を実施中(評価結果は計算書で示す)



表5 重大事故等時に原子炉格納容器本体に作用する荷重

【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(1/9) 🦛 げんてん



【今回のご説明内容】

- ◆ 前回加振試験時の不具合対応(チェーン破損対応)として、閂(かんぬき)を設置することとした。
- ◆ このため、閂を追設したブローアウトパネル閉止装置に対する加振試験結果について報告する。

【加振試験目的】

◆ 追設した閂により, 扉が固定された状態(扉開状態及び閉状態)において, 基準地震動Ss相当の加速度が付加され た場合でも、チェーンを含む扉の開閉機能が維持でき、また、扉閉状態において、扉の気密性能が維持できること を実機大モックアップを用いて加振し確認する。



【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(2/9)



【試験結果(概要)】

◆ 閂の動作及びチェーンに破損等の異常は確認されず, 閉止装置の耐震健全性が確認できた。

区分	No	試験項目	目的/試験内容	閂 有無	7/24 (火)	7/25 (水)	7/26 (木)	7/31 (火)
	1	センサ確認	加速度センサの動作確認	_	良好	_	—	—
事前確認	2	振動特性試験	ランダム波による閂状態での振動 特性(固有値)確認	有	良好	_	_	_
要素試験 (閂単体)	3	加振試験1.0Ss(扉開) •閂作動確認	加振後の閂動作確認	有	良好		_	_
気密性能確認 (加振無)	4	気密性能試験	気密性能確認(閂間隙を考慮し扉 位置を変えて実施)	有	_	良好	_	_
加振試験	5	加振試験1.0Ss(扉開) ・作動確認 ・気密性能試験	・加振→扉閉操作(閂含む) →気密性能確認 ・電動での扉開閉確認(閂含む) ・手動での扉開閉確認(閂含む)	有	_		良好	_
(ず個試験)	6	加振試験1.0Ss(扉閉) ・作動確認 ・気密性能試験	・加振→気密性能確認 ・電動での扉開閉確認(閂含む) ・手動での開閉操作(閂含む)	有	_	良好	_	_
加振試験	7	加振試験1.0Ss(扉開) ・作動確認 ・気密性能試験	・加振→扉閉操作(閂含む) →気密性能確認 ・電動での扉開閉確認(閂含む) ・手動での扉開閉確認(閂含む)※	有		Ι		
	8	加振試験1.0Ss(扉閉) ・作動確認 ・気密性能試験	・加振→気密性能確認 ・電動での扉開閉確認(閂含む) ・手動での開閉操作(閂含む)	有	_	_	_	
その他 確認試験	参考	加振試験1.0Ss(扉開) •扉開閉試験	強度を増加させたチェーンでの加 振試験	無	_	_	良好	_

※ 電動による扉及び閂の作動確認の結果, 電流値, 開閉時間に有意な差がない場合には省略

【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(3/9) 🚤



【閉止装置の固有振動数測定】

◆ ブローアウトパネル閉止装置の固有振動数を確認するため, 扉が開状態と閉状態時に, 各方向(X,Y,Z方向)単独 で, 0.1Hz~30Hz程度の振動数成分を有する広帯域ランダム波(加振レベル2.0m/s²程度)で加振し, 閉止装置の 固有振動数を確認する。

【測定結果】

- ◆ 扉開状態では、X方向、Y方向、Z方向ともに明確な振動数ピークは確認されず、扉の固有振動数は20Hz以上と評価した。
- ◆ 扉閉状態では、X方向(面外方向)にのみピークが確認され、閉状態面外方向の固有振動数は、前回加振時と同 様に約16Hz(約0.0625秒)と評価した。



【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(4/9)

【加振試験時の加速度の妥当性】

◆ 閉止装置の上部及び下部の最大加速度は、それぞれの位置の設計加速度を超えており、十分な加振がされている ことを確認した。(扉上部:第1表,第3表 扉下部:第2表,第4表)



第1表 扉「開」上部の加速度評価

扉開閉時の最大加速度の比較(7月25日(閉状態)及び26日(開状態)1.0Ss加振時)

【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(5/9)

ザルブル

【扉開 加振時の応答スペクトル】

- ◆ 閉止装置の固有周期範囲において, 閉止装置下部の実測した応答スペクトル(第1図赤線)は, 扉下端(EL.+ 54.25m)の設計応答スペクトル(黒線)を超えており, 十分な加振がされていることを確認
- ◆ 同様に, 閉止装置上部の実測した応答スペクトル(第2図赤線)は, 扉より上部の質点(EL.+63.65m)の設計応答スペクトル(黒線)を超えており, 十分な加振がされていることを確認



扉開時の応答スペクトルの比較(1.0Ss加振試験結果とSs包絡条件(減衰定数1.0%)を比較)

【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(6/9)

IFhT h

【扉閉 加振時の応答スペクトル】

- ◆ 閉止装置の固有周期範囲において, 閉止装置下部の実測した応答スペクトル(第1図赤線)は, 扉下端(EL.+ 54.25m)の設計応答スペクトル(黒線)を超えており, 十分な加振がされていることを確認
- ◆ 同様に、閉止装置上部の実測した応答スペクトル(第2図赤線)は、扉より上部の質点(EL.+63.65m)の設計応答スペクトル(黒線)を超えており、十分な加振がされていることを確認



扉閉時の応答スペクトルの比較(1.0Ss加振試験結果とSs包絡条件(減衰定数1.0%)を比較)

【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(7/9)



7

【加振試験結果	の詳細】
---------	------

◆閂を設置した結果, チェーンは健全で扉開放等の不具合もなかった。

≣ ₱ ⋿ 会 NLa	ᆕ╆ᡏ今夕ル	外観目視点検結果				
武职NO.	武 駛朱件	チェーン	扉開閉止	その他部位		
5	1.0Ss/ <mark>扉開</mark>	切断なし	異常なし	異常なし		
6	1.0Ss/ <mark>扉閉</mark>	切断なし	異常なし	異常なし		
7	1.0Ss/扉開					
8	1.0Ss/ <mark>扉閉</mark>					

【気密性能試験結果】

- ◆パッキン取替えを行ったが、初期状態においても同等の気密性能を確保
- ◆加振試験後においても、十分な気密性が確保でき、原子炉建屋気密性能も十分に確保 できることを確認

試験No.	試験条件	通気量[m³/h∙m²] (63Pa時)	備考	【参考】前回試験 通気量[m³/h•m²]
4	初期状態	0.28 0.28 0.32	・閂穴の間隙による扉移動を考 慮した漏えい試験結果 ・上から, 扉停止位置, 扉が閉 側移動, 扉が開側移動の結果	0.25 — —
5	1.0Ss/扉開	0.28	加振後に扉を閉止し試験	0.26
6	1.0Ss/扉閉	0.32	扉閉状態での加振後に試験	0.26
7	1.0Ss/扉開		加振後に扉を閉止し試験	_
8	1.0Ss/ <mark>扉閉</mark>		扉閉状態での加振後に試験	_

<原子炉建屋としての負圧達成について>

・既設建屋の推定量は約1,710m³/h@63Pa, 閉止装置10個の合計面積は約213m²

・試験結果より閉止装置適用時の原子炉建屋推定漏えい量:1710m³/h+213m²×0.32m³/h·m²=1779m³/h

⇒非常用ガス処理系定格容量は3570m³/hであり,推定漏えい量1779m³/hを十分に上回るため,非常用ガス処理系にて63Pa以上の負圧達成可能

加振谷	かん	問ピ	· ` ر
	x v/		~



【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(8/9)

【閂作動試験(電動/手動)】

- ◆ 扉状態に応じて加振後の閂及び扉の作動確認を実施した。
- ◆ 作動時間及び電流値ともに判定基準を満たしており、閂及び扉の健全性を確認するとともに、電動機を含む駆動 系に異常のないこと及び他の部位への悪影響がないことを確認した。

【閂作動試験結果】

				手動					
試験No.	加振条件	加振冬件	閂位置	押上	時	挿入時			
			作動時間 (目標15秒以内)	電流 (2.1A以内)	作動時間 (目標15秒以内)	電流 (2.1A以内)	押上時	挿入時	
5	5 1.0Ss/ <u>扉開</u> (予備試験)	扉開側	約8秒	1.62A	約8秒	1.44A	異常なし	異常なし	
		扉閉側	約8秒	1.64A	約8秒	1.47A	異常なし	異常なし	
6	1.0Ss/ <mark>扉閉</mark> (予備試験)	屝開側	約8秒	1.60A	約8秒	1.49A	異常なし	異常なし	
		扉閉側	約8秒	1.61A	約8秒	1.48A	異常なし	異常なし	
7	1.0Ss/扉開 (本試験) 1.0Ss/扉閉 (本試験)	扉開側							
		扉閉側							
		扉開側							
		扉閉側							

【扉の作動試験結果】

試験No.	加振条件	加振条件		閉止一	手動	
			作動時間 目標120秒以内	電流 目標7.48A 以内	作動時間 目標120秒以内	電流 目標7.48A 以内
5	1.0Ss/扉開	約99秒	4.35A	約97秒	4.39A	開→閉 異常なし
6	1.0Ss/ <mark>扉閉</mark>	約99秒	4.45A	約96秒	4.46A	閉→開 異常なし
7	1.0Ss/扉開					
8	1.0Ss/ <mark>扉閉</mark>					

【論点17】ブローアウトパネル及び関連設備の必要機能と確認方法(9/9)

【参考】

- ◆ 炭素鋼コーティングチェーンを用いて, 閂なしの状態(扉開状態)にて1.0Ss加振を実施した。
- ◆ 扉は約30mm閉方向に移動したが、チェーンに破損、有意な伸びはなく、扉の開閉に問題はなかった。

Ī					電動					手重	b
	試験No.	加振条件	開放→問	月止			閉止→開	肗			, ,
			作動時間 目標120秒以内	電流 目標7.48A J	以内	作動時間 目標120秒』	引 以内	ा ∎標7.4	流 I8A 以内		
	参考	1.0Ss/ <mark>扉開</mark>	約100秒	4.31A		約97秒		4.:	39A	-	
		デェーン伸び測定結果(扉目	u 1.0ss加振前後)			A4 扉 A2	B	OP開口 「」			
	mm) 18.5 や単 48 く 17.5		 <i>扉</i> (用)(1 (2)(近前)) <i>扉</i> (用)(1 (2)(2)(2)(2)(2)(2)(2)(2)(2)(2)(2)(2)(2)(方向	Ss包絡条件 (×9.8m/s ²)	A4(扉上部) 計測結果 (×98m/s ²)	判定結果	方向	Ss包絡条件 (×9.8m/s ²)	A2(扉下部) 計測結果 (×98m/s ²)	判定結果
	入 1 47 2 47		● 扉閉側L2(加振前) ● 扉閉側L1(加振後)	X	1.66 <	3.22	0	X	1.24 <	1.48	0
	16.5		●扉閉側L2(加振後)	Y	1.00 <	2.09	0	Y	1.34 <	1.50	0
	45.5			z	1.21 <	2.11	0	Z	1.09 <	1.67	0
	0	5 10 チェーンリンク番号	15 20	(扉上:	部及び下部の	加打 加振加速度(3	辰条件の 妥 は、当該高さの	妥当性研 の最大応領	生認 き加速度を超え	えていることを	確認)

※チェーン端部(開側及び閉側)から20リンク分の長さを測定した結果,加振 前後で有意な伸びは確認されなかった

【参考】加振試験の妥当性について(6月26日審査会合資料より抜粋)



- ◆ 加振試験では、閉止装置設置位置より上部のEL.+63.65mにおける床応答包絡条件を目標応答スペクトルとして模擬地震波を作成し入力条件として用いたが、振動台の性能限界により、実際の加振波のスペクトルが一部周期帯で下回っていることを確認
- ◆ しかしながら, 閉止装置取付位置の地震加速度はSs条件を上回っており, 閉止装置の機能を確認するための加振 試験としては妥当であると評価







実際の閉止装置と原子炉建屋原子炉棟串団子 モデルの位置関係は左図のとおり。加振条件の妥 当性の判断条件は以下のとおり。

比較1:閉止装置下端位置の計測結果が,Ss条件での扉 下端部の床応答を上回ること。 比較2:閉止装置上端位置の計測結果が,より保守的な EL.+63.65mのSs条件での床応答を上回ること。



震度(ZPA)及び床応答スペクトル(閉止装置固有周期 範囲である0.1秒以下)が以下の関係となり,閉止装置設 置位置におけるSs条件の床応答スペクトルを上回るレベ ルで加振されていることを確認



【論点19】 MCCI/FCI対策に係る設計(1/3)



<本論点の経緯> 万が一に排水配管側が加圧された場合に、配管及び格納容器隔離弁の損傷を防ぐため、念のため自主設備として安全弁を設ける設計としている。
 <コメント⑦> 安全弁の吹出し圧力、吹出し量、反力について説明すること。
 < 回 答 > 安全弁の吹出し圧力、吹出し量、反力及びそれに伴う影響について示す。

1. 安全弁の設置概要

万が一に排水配管側が加圧された場合に配管及び格納容器外側隔離弁の損傷を防止するため, デブリによる配管内部の流体が膨張し圧力上昇することを想定して念のため安全弁を設ける設計とする。設置する位置について図1に示す。

2. 安全弁の吹出し圧力について

安全弁の吹出し圧力は, PCVバウン ダリの限界圧力での健全性確保を 考慮し, 0.54 MPa とする。

設定においては,弁の作動圧力範囲 や水頭圧分を勘案している。





3. 安全弁の吹出し量について

安全弁の吹出し量 : 排水ラインに内包される液体(水)が満水とした場合に,液体温度が常温から2Pdの飽和条件温度まで 上昇した場合の液体の体積膨張は 程度であり,安全弁で十分体積膨張分を逃がすことが可 能である。

- 4. 安全弁のベント管への影響について
 - ① 安全弁内流路における流速
 - $V_1 = \sqrt{(2gH)} = 35.2 \text{ m/s}$
 - V_1 :安全弁内流路流速 [m/s](図2参照)
 - g :重力加速度 9.80665 [m/s²]
 - H :圧力 0.62MPa≒63.2 [m]

② 安全弁排出ラインにおける流速



図3 安全弁流路概略図



図2 安全弁内流路

④ 安全弁の吹出しによるベント管への影響(圧力)

安全弁の吹出しによって発生する噴流によりベント管内面が受ける圧力について,保守的に噴流の広が りや減速は考慮せずに,安全弁排出ラインと同じと仮定した。(図3参照)

・安全弁の吹き出しによりベント管内側が受ける圧力

$$P = F \neq A_2 =$$

P : 噴流による水圧 [Pa]

噴流による圧力はベント管の最高使用圧力173kPaに対して1割以下であり、ベント管への影響は小さい。 なお、本評価では保守的に噴流の広がりや減速を考慮していないが、実際にはベント管内側に到達する までに流体は減速するとともに、流れが広がり受圧面積が大きくなるため、ベント管の内面が受ける圧力は 大幅に小さくなる。また、安全弁が吹出すのは短時間であり、時間的な影響も小さい。

5. 安全弁動作時の吹出し反動力の配管設計への影響について

安全弁動作時の吹出し反動力については,配管解析時の安全弁の自重を入力する質点に吹出し反動力 値を入力することで,配管が健全性を確保できるよう設計する。

・飽和蒸気を内包する場合の安全弁動作時における吹出し反動力 F(水平方向)

【論点19】MCCI/FCI対策に係る設計(参考)



安全弁

安全弁

ベデスタル排水系の 排水弁 (閉)

> 格納容器 外側隔離弁

(閉)

ベント 管

ベデスタル排水系の 排水弁 (開)

> 格納容器 外側隔離弁

> > (開)

ドライウェル

ドライウェル

導入管

格納容器

安全弁の吹出し動作までのイメージ

通常時の格納容器床ドレンサンプの排水ライン

導入管からスリットを経由して原子炉建屋原子炉棟 ドレンサンプ設備への流路として機能。【図4】



格納容器隔離信号後の排水ライン 格納容器隔離信号発信により格納容器外側隔離弁 閉止、その後格納容器床ドレンサンプに係る注水・ 排水作業が完了後にペデスタル排水系の排水弁閉止。 【図5】

デブリによる排水ラインの閉塞 万が一, デブリにより排水流路が閉塞した場合,

デブリによる入熱で配管内部の圧力が上昇。【図6】 配管の内包流体は、放熱しながら温度が徐々に 上昇し、密度変化により圧力も上昇。



図5 格納容器隔離信号後の排水ライン

【論点1】 鋼製防護壁の止水機構の地震時における追従性(2/4)

実証試験結果 止水板のうねりの評価(1/2)

第603回(H30.7.19)審査会合資料抜粋

<コメント>

1. 振動台のY軸に対しての回転変位(ローリング)について、試験結果に与える影響を示すこと。 <回答>

(1)振動台のうねりの分析

水平Y方向のみの単独加振時において振動台中心に回転変位(青線)及び鉛直変位(赤線) が生じていた。振動台の回転変位(青線)と鉛直変位(赤線)の周期について周波数分析を 行い回転変位は0.10Hz, 0.20Hzで鉛直変位は0.21Hz, 1.09Hz, 5.77Hzであった。(図1)

<u>鉛直変位のうち0.21Hzは振動台のピッチングによる影響があるものと思われる事及び、周波数1.09Hz, 5.77Hzは、実証試験用入力地震動の卓越周波数に近い周波数</u>であることを確認した。(図2)(平成30年7月3日回答済み)



【振動台の動き<回転+鉛直成分>】 ①X軸を中心に●点が上下に傾く動き、青線の回転成分 ②中央部に鉛直による変位が入ると●点が上下の動き。 ピッチング X軸が上昇するのが赤線の鉛直成分

種別	卓越振動数(Hz)
回転変位	0.10, 0.20
中央部鉛直変位	0.21, 1.09, 5.77

図1 振動台のX軸の回転変位と中央部の鉛直変位算出結果

回転変位 中央部鉛直変位 25.0 6.0 ーリエスペクトル(mm) 0.20 5.0 20.0 -リエスペクトル(%) 4.0 15.0 0.21 2.0 1.09 10.0 変位フ-0.10 5.77 Ļ 1.0 5.0 0.0 0.0 0.01 10 周波数(Hz 周波数(Hz

図2 振動台のX軸の回転変位と中央部鉛直変位のフーリエスペクトル

Y軸の振動台に設置したモーションキャプチャ測定値による振動台の回転変位と中央部の 鉛直変位算出結果を図3に示す。

|⇒tFhT[™]h

3方向同時加振時において振動台中心に回転変位(青線)及び鉛直変位(赤線)が生じて いた。振動台の回転変位(青線)と鉛直変位(赤線)の周期について周波数分析を行い回転 変位は0.10Hz, 0.20Hzで鉛直変位は0.10Hzであった。

図4に振動台のY軸の回転変位と中央部鉛直変位のフーリエスペクトルを示す。

回転変位の0.20Hzと鉛直変位の0.20Hzは振動台のローリングによる影響があるものと思 <u>われる事及び</u>回転変位の0.10Hzも同様に長周期成分が他の設備等に見られない周波数 であることから、振動台のローリングによる影響であることを確認した。



Y軸の軸回りの傾き

回転変位(%)

図3 振動台Y軸の回転変位と中央部の鉛直変位算出結果



【論点1】 鋼製防護壁の止水機構の地震時における追従性(7/19資料の訂正)



.15



3方向同時加振ピッチング算出結果 (第603回(H30.7.19)審査会合説明)

訂正前



本件の時刻歴波形について、第595回審査会合(7./3)にてご 説明していたが、第603回審査会合用(7/19)に新規で説明資 料を作成する際に、3方向同時加振時のピッチングデータを取 違え作成していた。

Y方向加振時ピッチング算出結果

(第595回(H30.7.3)審査会合説明)

訂正後



フーリエスペクトルの結果(図1,図2)に変更はなく、 ピッチング分析結果全体への影響はない。