

島根原子力発電所第2号機 審査資料	
資料番号	NS2-添2-009-01
提出年月日	2023年5月31日

VI-2-9-1 原子炉格納施設の耐震計算結果

2023年5月

中国電力株式会社

目 次

1. 概要	1
2. 耐震評価条件整理	1

1. 概要

本資料は、原子炉格納施設の耐震計算の手法及び条件の整理について説明するものである。

2. 耐震評価条件整理

原子炉格納施設に対して、設計基準対象施設の耐震重要度分類、重大事故等対処設備の設備分類を整理した。既設の設計基準対象施設については、耐震評価における手法及び条件について、既に認可を受けた実績との差異の有無を整理した。また、重大事故等対処設備のうち、設計基準対象施設であるものについては、重大事故等対処設備の評価条件と設計基準対象施設の評価条件の差異の有無を整理した。結果を表 2-1 に示す。

原子炉格納施設の耐震計算は表 2-1 に示す計算書に記載する。

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (1/30)

評価対象設備		設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
		耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	原子炉格納容器	原子炉格納容器	S	有	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-2 VI-2-9-2-4 VI-2-9-2-5	常設耐震/防止 常設/緩和	有	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-2 VI-2-9-2-4 VI-2-9-2-5
		機器搬入口	S	無	VI-2-9-2-6	常設耐震/防止 常設/緩和	有	VI-2-9-2-6
		逃がし安全弁搬出ハッチ	S	無	VI-2-9-2-7	常設耐震/防止 常設/緩和	有	VI-2-9-2-7
		制御棒駆動機構搬出ハッチ	S	無	VI-2-9-2-8	常設耐震/防止 常設/緩和	有	VI-2-9-2-8
		サプレッションチェンバアクセスハッチ	S	—*2	VI-2-9-2-9	常設耐震/防止 常設/緩和	有	VI-2-9-2-9
		所員用エアロック	S	有	VI-2-9-2-10	常設耐震/防止 常設/緩和	有	VI-2-9-2-10
		原子炉格納容器配管貫通部	S	無	VI-2-9-2-11	常設耐震/防止 常設/緩和	有	VI-2-9-2-11
		原子炉格納容器電気配線貫通部	S	有	VI-2-9-2-12	常設耐震/防止 常設/緩和	有	VI-2-9-2-12

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (2/30)

評価対象設備		設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
		耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	原子炉建屋	原子炉建物原子炉棟（二次格納施設）	S	有	VI-2-9-3-1	常設／緩和	無	VI-2-9-3-1
		原子炉建物機器搬出入口	S	—*2	VI-2-9-3-2	常設／緩和	無	VI-2-9-3-2
		原子炉建物エアロック	S	—*2	VI-2-9-3-3	常設／緩和	無	VI-2-9-3-3
		原子炉建物基礎スラブ	—	有	VI-2-9-3-4	—	—	—
	圧力低減設備その他の安全設備	真空破壊装置	S	無	VI-2-9-4-1	常設耐震／防止 常設／緩和	有	VI-2-9-4-1
		ダウンカマ	S	有	VI-2-9-4-2	常設耐震／防止 常設／緩和	有	VI-2-9-4-2
		ベント管	S	有	VI-2-9-2-3	常設耐震／防止 常設／緩和	有	VI-2-9-4-2
		ベントヘッド	S	有	VI-2-9-4-3	常設耐震／防止 常設／緩和	有	VI-2-9-4-3

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (3/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	(残留熱除去系(格納容器冷却モード)) 原子炉格納容器スプレイ設備	残留熱除去系熱交換器 (原子炉冷却系統施設に 記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-5-4-1-1
				残留熱除去ポンプ*3 (原子炉冷却系統施設に 記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-5-4-1-2
				残留熱除去系ストレーナ*4 (原子炉冷却系統施設に 記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-5-4-1-3 VI-2-5-4-1-5 VI-2-5-4-1-6 VI-2-5-4-1-7
				主配管 (A-ドライウェルス スプレイ管)	S	—*2	VI-2-9-4-4-1-1	常設/防止 (DB 拡張)	有	VI-2-9-4-4-1-1
				主配管 (B-ドライウェルス スプレイ管)	S	—*2	VI-2-9-4-4-1-1	常設/防止 (DB 拡張)	有	VI-2-9-4-4-1-1
				主配管 (サブプレッションチ ェンバススプレイ管)	S	有	VI-2-9-4-4-1-2	常設/防止 (DB 拡張)	有	VI-2-9-4-4-1-2

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (4/30)

評価対象設備			設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
			耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備 原子炉格納容器スプレイ設備 (残留熱除去系(格納容器冷却モード))	主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-5-4-1-4
			原子炉格納容器 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-2 VI-2-9-2-4 VI-2-9-2-5 VI-2-9-2-6 VI-2-9-2-7 VI-2-9-2-8 VI-2-9-2-9 VI-2-9-2-10
			原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (5/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	原子炉格納容器スプレイ設備 (残留熱除去系(サブプレッションプール水冷却モード))	残留熱除去系熱交換器 (原子炉冷却系統施設に 記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-5-4-1-1
				残留熱除去ポンプ*3 (原子炉冷却系統施設に 記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-5-4-1-2
				残留熱除去系ストレーナ*4 (原子炉冷却系統施設に 記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-5-4-1-3 VI-2-5-4-1-5 VI-2-5-4-1-6 VI-2-5-4-1-7
				主配管 (原子炉冷却系統施設に 記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB 拡張)	—	VI-2-5-4-1-4

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (6/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	原子炉格納容器スプレイ設備 (残留熱除去系(サブプレッションプール水冷却モード))	原子炉格納容器 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB拡張)	—	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-2 VI-2-9-2-4 VI-2-9-2-5 VI-2-9-2-6 VI-2-9-2-7 VI-2-9-2-8 VI-2-9-2-9 VI-2-9-2-10
				原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/防止 (DB拡張)	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (7/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	格納容器代替スプレイ系	低圧原子炉代替注水ポンプ (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-5-5-5-1
				低圧原子炉代替注水槽 (低圧原子炉代替注水系に記載)	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-2-33
				主配管	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-9-4-4-2-1
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-5-4-1-4
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-5-5-5-2

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (8/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	格納容器代替スプレイ系	主配管 (A-ドライウェルス スプレイ管) (原子炉格納容器スプレイ 設備 (残留熱除去系 (格納 容器冷却モード)) に記載)	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-9-4-4-1-1
				主配管 (B-ドライウェルス スプレイ管) (原子炉格納容器スプレイ 設備 (残留熱除去系 (格納 容器冷却モード)) に記載)	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-9-4-4-1-1
				原子炉格納容器 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-5 VI-2-9-2-6 VI-2-9-2-7 VI-2-9-2-8 VI-2-9-2-10
				原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設耐震/防止 常設/緩和	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (9/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	ペDESTAL代替注水系	低圧原子炉代替注水ポンプ (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-5-5-5-1
				低圧原子炉代替注水槽 (低圧原子炉代替注水系に 記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-2-33
				主配管	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-4-4-3-1
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-5-4-1-4
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-5-5-5-2

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (10/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備		
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	ペDESTアル代替注水系	主配管(A-ドライウェルス プレイ管) (原子炉格納容器スプレイ 設備(残留熱除去系(格納 容器冷却モード))に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-4-1-1
			原子炉格納容器 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-5 VI-2-9-2-6 VI-2-9-2-7 VI-2-9-2-8 VI-2-9-2-10
			原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (11/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	残留熱代替除去系	炉心支持構造物 (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-2-2-2 VI-2-3-2-2-3 VI-2-3-2-2-4 VI-2-3-2-2-5 VI-2-3-2-2-6 VI-2-3-2-2-7
				原子炉圧力容器 (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-3-1-2
				低圧注水系配管 (原子炉圧 力容器内部) (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-3-3-8
				残留熱除去系熱交換器*5 (原子炉冷却系統施設に 記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-4-1-1
				残留熱代替除去ポンプ	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-4-4-1

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (12/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	残留熱代替除去系	残留熱除去系ストレーナ*6 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-4-1-3 VI-2-5-4-1-5 VI-2-5-4-1-6 VI-2-5-4-1-7
				主配管	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-4-4-2
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-4-1-4
				主配管 (格納容器代替スプレイ系 に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-4-2-1
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-5-5-2

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (13/30)

評価対象設備			設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
			耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	残留熱代替除去系	主配管 (B-ドライウェルス プレイ管) (原子炉格納容器スプレイ 設備 (残留熱除去系 (格納 容器冷却モード)) に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-4-1-1
			原子炉格納容器 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-2 VI-2-9-2-4 VI-2-9-2-5 VI-2-9-2-6 VI-2-9-2-7 VI-2-9-2-8 VI-2-9-2-9 VI-2-9-2-10
			原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (14/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	高圧原子炉代替注水系	炉心支持構造物 (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-2-2-2 VI-2-3-2-2-3 VI-2-3-2-2-4 VI-2-3-2-2-5 VI-2-3-2-2-6 VI-2-3-2-2-7
				原子炉圧力容器 (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-3-1-2
				給水スパーージャ (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-3-3-6
				高圧原子炉代替注水ポンプ (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-5-3-1
				残留熱除去系ストレーナ*7 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-4-1-3 VI-2-5-4-1-5 VI-2-5-4-1-6 VI-2-5-4-1-7

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (15/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	高圧原子炉代替注水系	主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-3-1-2
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-3-2-1
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-4-1-4
				主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-5-3-2

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (16/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	高圧原子炉代替注水系	主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-5-6-1-3
				原子炉格納容器 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-2-2 VI-2-9-2-4 VI-2-9-2-9
				原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (17/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	低圧原子炉代替注水系	炉心支持構造物 (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-2-2-2 VI-2-3-2-2-3 VI-2-3-2-2-4 VI-2-3-2-2-5 VI-2-3-2-2-6 VI-2-3-2-2-7
				原子炉圧力容器 (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-3-1-2
				低圧注水系配管 (原子炉圧 力容器内部) (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-3-3-3-8
				低圧原子炉代替注水ポンプ (原子炉冷却系統施設に記 載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-5-5-5-1

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (18/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備		
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	低圧原子炉代替注水槽	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-2-33
			主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-5-4-1-4
			主配管 (原子炉冷却系統施設に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-5-5-5-2
			原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (19/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	ほう酸水注入系	炉心支持構造物 (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-3-2-2-2 VI-2-3-2-2-3 VI-2-3-2-2-4 VI-2-3-2-2-5 VI-2-3-2-2-6 VI-2-3-2-2-7
				原子炉圧力容器 (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-3-3-1-2
				差圧検出・ほう酸水注入系 配管 (ティーより N11 ノズ ルまでの外管) (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-3-3-2-5
				差圧検出・ほう酸水注入系 配管 (原子炉圧力容器内部) (原子炉本体に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-3-3-3-10

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (20/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備	原子炉格納容器安全設備	ほう酸水注入系	ほう酸水注入ポンプ (計測制御系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-6-4-1-1
				ほう酸水貯蔵タンク (計測制御系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-6-4-1-2
				主配管 (計測制御系統施設に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-6-4-1-3
				原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (21/30)

評価対象設備		設計基準対象施設			重大事故等対処設備				
		耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所		
原子炉格納施設	可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備 圧力低減設備その他の安全設備 放射性物質濃度制御設備及び	非常用ガス処理系	主要弁	S	有	VI-2-9-4-5-1-1	—	—	—
		主配管	S	有	VI-2-9-4-5-1-1	常設／緩和	有	VI-2-9-4-5-1-1	
		非常用ガス処理系排風機	S	無	VI-2-9-4-5-1-2	常設／緩和	有	VI-2-9-4-5-1-2	
		非常用ガス処理系前置ガス 処理装置フィルタ	S	有	VI-2-9-4-5-1-3	常設／緩和	有	VI-2-9-4-5-1-3	
		非常用ガス処理系後置ガス 処理装置フィルタ	S	有	VI-2-9-4-5-1-3	常設／緩和	有	VI-2-9-4-5-1-3	
		ブローアウトパネル閉止装 置	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-4-5-1-4	

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (22/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備		
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備 可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備 放射性物質濃度制御設備及び	非常用ガス処理系	原子炉建物原子炉棟（二次格納施設） （原子炉建屋 原子炉建物 原子炉棟に記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-3-1
			原子炉建物機器搬出入口 （原子炉建屋 原子炉建物 機器搬出入口に記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-3-2
			原子炉建物エアロック （原子炉建屋 原子炉建物 エアロックに記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-3-3
			排気筒 （放射性廃棄物の廃棄施設 に記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-7-4

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (23/30)

評価対象設備			設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
			耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備 可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備 放射性物質濃度制御設備及び	可燃性ガス濃度制御系	主要弁	S	有	VI-2-9-4-5-2-1	—	—	—
			主配管	S	有	VI-2-9-4-5-2-1	—	—	—
			可燃性ガス濃度制御系 再結合装置ブロワ	S	無	VI-2-9-4-5-2-2	—	—	—
			可燃性ガス濃度制御系 再結合装置	S	無	VI-2-9-4-5-2-2	—	—	—

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (24/30)

評価対象設備			設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
			耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備 可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備 放射性物質濃度制御設備及び	原子炉建物水素濃度抑制設備	静的触媒式水素処理装置	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-4-5-3-1
			原子炉建物原子炉棟（二次格納施設） （原子炉建屋 原子炉建物 原子炉棟に記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-3-1
			原子炉建物機器搬出入口 （原子炉建屋 原子炉建物 機器搬出入口に記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-3-2
			原子炉建物エアロック （原子炉建屋 原子炉建物 エアロックに記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-3-3
	室素ガス代替注入系	主配管	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-4-5-4-1	
		原子炉格納容器 （原子炉格納容器に記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-5 VI-2-9-2-6 VI-2-9-2-7 VI-2-9-2-8 VI-2-9-2-10	
		原子炉格納容器配管貫通部 （原子炉格納容器に記載）	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-2-11	
			—	—*2	—	常設／緩和	—		

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (25/30)

評価対象設備		設計基準対象施設			重大事故等対処設備				
		耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所		
原子炉格納施設	可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備 圧力低減設備その他の安全設備 放射性物質濃度制御設備及び	格納容器フィルタベント系	第1ベントフィルタスクラバ 容器 (圧力逃がし装置 格納容 器フィルタベント系に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-2
		第1ベントフィルタ銀ゼオラ イト容器 (圧力逃がし装置 格納容 器フィルタベント系に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-3	
		主要弁 (原子炉格納容器調気設備 窒素ガス制御系に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-6-1-1	
		主要弁 (圧力逃がし装置 格納容 器フィルタベント系に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-1	
		主配管 (原子炉格納容器調気設備 窒素ガス制御系に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-6-1-1	
		主配管 (圧力逃がし装置 格納容 器フィルタベント系に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-1	

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (26/30)

評価対象設備			設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
			耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	可燃性ガス濃度制御設備並びに格納容器再循環設備 圧力低減設備その他の安全設備 放射性物質濃度制御設備及び	格納容器フィルタベント系	原子炉格納容器 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-5 VI-2-9-2-6 VI-2-9-2-7 VI-2-9-2-8 VI-2-9-2-10
			原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-11
			圧力開放板 (圧力逃がし装置 格納容 器フィルタベント系に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-1
			遠隔手動弁操作設備 (圧力逃がし装置 格納容 器フィルタベント系に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-4

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (27/30)

評価対象設備			設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
			耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備 原子炉格納容器調気設備 その他の安全設備	窒素ガス制御系	主要弁	S	有	VI-2-9-4-6-1-1	—	—	—
			主配管	S	有	VI-2-9-4-6-1-1	—	—	—
	圧力低減設備 圧力逃がし装置 その他の安全設備	格納容器フィルタベント系	原子炉格納容器 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-1 VI-2-9-2-5 VI-2-9-2-6 VI-2-9-2-7 VI-2-9-2-8 VI-2-9-2-10
			原子炉格納容器配管貫通部 (原子炉格納容器に記載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-2-11

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (28/30)

評価対象設備			設計基準対象施設			重大事故等対処設備			
			耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所	
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備 圧力逃がし装置	格納容器 フィルタベント系	第1ベントフィルタスクラ バ容器	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-2
			第1ベントフィルタ銀ゼオ ライト容器	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-3
			主要弁 (原子炉格納容器調気設 備 窒素ガス制御系に記 載)	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-6-1-1
			主要弁	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-1
			圧力開放板	—	—*2	—	常設/緩和	—	VI-2-9-4-7-1-1

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (29/30)

評価対象設備				設計基準対象施設			重大事故等対処設備		
				耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所
原子炉格納施設	圧力低減設備その他の安全設備 圧力逃がし装置	格納容器 フィルタベント系	主配管	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-4-7-1-1
			主配管 (放射性物質濃度制御設備 及び可燃性ガス濃度制御設 備並びに格納容器再循環設 備 非常用ガス処理系に記 載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-4-5-1-1
			主配管 (原子炉格納容器調気設備 窒素ガス制御系に記載)	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-4-6-1-1
			遠隔手動弁操作設備	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-4-7-1-4

表 2-1 耐震評価条件整理一覧表 (30/30)

評価対象設備			設計基準対象施設			重大事故等対処設備		
			耐震重要度 分類	新規制基準 施行前に認 可された実 績との差異	耐震計算の 記載箇所	設備分類*1	設計基準対象 施設との評価 条件の差異	耐震計算の 記載箇所
原子炉 格納 施設	そ の 他	原子炉建物燃料取替階ブローアウトパネル	—	—*2	—	常設／防止	—	VI-2-9-3-1-1
		原子炉建物主蒸気管トンネル室ブローアウトパネル	—	—*2	—	常設／緩和	—	VI-2-9-3-1-2

注記*1：「常設耐震／防止」は常設耐震重要重大事故防止設備，「常設／防止」は常設耐震重要重大事故防止設備以外の常設重大事故防止設備，
「常設／緩和」は常設重大事故緩和設備，「常設／防止（DB拡張）」は常設重大事故防止設備（設計基準拡張）を示す。

*2：本工事計画で新規に申請する設備であることから，差異比較の対象外

*3：A，B-残留熱除去ポンプが対象

*4：A，B-残留熱除去系ストレーナが対象

*5：B-残留熱除去系熱交換器が対象

*6：B-残留熱除去系ストレーナが対象

*7：C-残留熱除去系ストレーナが対象