

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
異常時運転手 (シビアアク シデント)等 AM降圧制御 作手観音	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	8	8	①	ドライウェル圧力	1	1	絶対温度/圧力の関係から、ドライウェル蒸気圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバースタット温度	2	2	②	サブプレッション・チェンバースタット温度	3	3	サブプレッション・チェンバースタット温度変化によりサブプレッション・チェンバースタット温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度 (3)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	1	1	①	原子炉格納容器内温度	1	1	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	2	0	-	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	1	1	-	原子炉格納容器内温度	1	1	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度 (3)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	1	1	-	原子炉格納容器内温度	1	1	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	2	0	-	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	1	1	-	原子炉格納容器内温度	1	1	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認

①: 重要監視バロメータ, ②: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
異常時運転手 (シビアアク シデント)等 AM降圧制御 作手観音	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	2	0	②	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	2	0	-	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	2	0	③	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
異常時運転手 (シビアアク シデント)等 AM降圧制御 作手観音	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	1	1	①	原子炉格納容器内温度	1	1	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	2	0	-	原子炉格納容器内温度	2	2	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度	1	1	-	原子炉格納容器内温度	1	1	原子炉格納容器内温度の代替監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SPO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順III (シビアアク シデンント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2 C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り直し後	計器故障等	
対応手段 非常時運転手 (シビアアク シデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別働 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度により代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気 温度	1	1	①	-	【ドライウエル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能	2	0	監視可能であればドライウエル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能	
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル圧力はサブプレッション・ チェンバ圧力の上昇により代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	①	-	サブプレッション・プール水温 度	3	3	サブプレッション・プール水温の 温度変化によりサブプレッショ ン・チェンバ蒸気温度の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系系純 水の注水量	2	0	0	-	サブプレッション・チェンバ圧 力	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレ ッション・チェンバ圧力によりサブ プレッション・チェンバ蒸気温度 の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ						評価			
		分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO			
			計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称			計器数		
非常時運転手順書III (シビアアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	補機監視機能	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	
	水源の確保 操作(2/2)	① ②	高圧代替注水系系統流量	1	1	1	1	1	1	サブレーション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブレーション・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0	0	0	
			低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	
			常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0	
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0	0	0	
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7，東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	評価
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数		
対应手段									
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対应手順									
(2) サポート系統故障時の対应手順									
h. 復旧									
(b) 残留熱除去系復旧後のサブプレッション・プールの除熱									
非常時運転手 順書組 (シビアク シグナル) 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	格納容器内放射線量	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力			原子炉圧力	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和気泡と安定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	原子炉圧力容器温度	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	サブプレッション・プールの温度	サブプレッション・プールの温度	3	3	サブプレッション・プールの温度	2	2	サブプレッション・プールの温度変化によりサブプレッション・プールの温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	2	サブプレッション・プールの温度	3	3	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの温度によりサブプレッション・プールの温度の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ (シビアアク シデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2C電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	
		M/C 2D電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		直連125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直連125V主母 線電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
		積留熱除去系海水系 系統電圧	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-
		最終ヒー トシンク の確保	緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 給)	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-
			緊急用海水系流量 (残留熱除去系補 給)	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO時	計器名称	計器数	直後	SBO時	
対処手段 非常時運転手 (シフト) (運転-1) 等 AM設備関係 作業者	原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ②	高圧冷却水系統流量	1	1	1	高圧冷却水系統流量	1	1	1	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源として いる系統のうち、運転している系統 の注水検より、サプレッション・プ ール水位の代替監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		高圧炉内冷却系流量	2	2	2	高圧炉内冷却系流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	3	0	0	高圧炉内冷却系流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	1	0	0	高圧炉内冷却系流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	1	0	0	高圧炉内冷却系流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	2	2	2	高圧炉内冷却系流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	1	0	0	高圧炉内冷却系流量	1	0	0	
原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ②	原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ②	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水検より、サプレッション・プ ール水位が検出されている ことを監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		高圧炉内冷却系流量	2	2	2	高圧炉内冷却系流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	3	0	0	高圧炉内冷却系流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	1	0	0	高圧炉内冷却系流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	1	0	0	高圧炉内冷却系流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	2	2	2	高圧炉内冷却系流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	1	0	0	高圧炉内冷却系流量	1	0	0	
原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ②	原子炉格納容器内の 水温の検 測 ① ②	高圧炉内冷却系流量	3	3	3	高圧炉内冷却系流量	3	3	3	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水検より、サプレッション・プ ール水位が検出されている ことを監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		高圧炉内冷却系流量	2	0	0	高圧炉内冷却系流量	2	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	2	0	0	高圧炉内冷却系流量	2	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	2	0	0	高圧炉内冷却系流量	2	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	1	0	0	高圧炉内冷却系流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	2	2	2	高圧炉内冷却系流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却系流量	1	1	1	高圧炉内冷却系流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却系流量	1	0	0	高圧炉内冷却系流量	1	0	0	

①：重要監視バロメータ、②：重要監視バロメータ、③：補助バロメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後				
非常時運転手順書Ⅲ (シビアアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	水源の確保	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバを水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、サブプレッション・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	2	2	2	2		サブプレッション・チェンバを水源とするポンプの吐出圧力により、サブプレッション・プール水位が確保されていることを監視可能
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0		
		残留熱除去系統流量	3	0	0	0	0	0	0	0	0		
		低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	0		
		常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1		
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0		
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	0	0	0	0	0	0				
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	0	0	0				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 残留熱除去系 (格納容器スプレイ冷却系)	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	1	1	1	
非常時手順書 I PCV圧力 制御等 非常時手順書 III (シビアア クシデンツ) (除熱-1J) 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (1) (5)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 の注水流速と崩壊蒸気除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	1	1	1	
		原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	2	1	1	1	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価			
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	パラメータ分類	抽出パラメータ		計器故障等	SBO		
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				
非常時手順書 II (飯飯ベース) 「PCV圧力制御」等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
非常時手順書 III (シビアクシデント) 「除熱-1」等	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (燃料域)	2	2			2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能		
AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1			1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	①	①	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッショントラッキング・チェンバースの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
		原子炉圧力	2	2			2	2	2	2			
		原子炉圧力 (SA)	2	2			2	2	2	2			
		サブプレッショントラッキング・チェンバース	1	1			1	1	1	1			

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時手順書 II (微俊ベース) 「PCV圧力制御」等 非常時手順書 III (シビアアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバーステンパ圧力	1	1	1	1	1	1	1	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能。直線的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能。監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	8	8	8	8	8	監視可能であればサブプレッション・チェンバーステンパ圧力 (常用計器) により代替監視可能。監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバーステンパ雰囲気温度	2	2	2	2	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッション・チェンバーステンパ圧力 (常用計器) により代替監視可能。監視事項は抽出パラメータにて確認
			ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッション・チェンバーステンパ圧力 (常用計器) により代替監視可能。監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバーステンパ圧力	1	1	1	1	1	1	1	1
		サブプレッション・チェンバーステンパ雰囲気温度	3	3	3	3	3	3	3	監視可能であればサブプレッション・チェンバーステンパ圧力 (常用計器) により代替監視可能。監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器数	SBO影響 直後	直後   負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	直後   負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時手順書 II (微検ベ- ス) (P・CV圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備明 作手順書	水源の確 保 (4 / 5)	1	1	1	計器名称	抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サプレッション・プ- ル水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	計器故障等 サプレッション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サプレッ ション・プ-ル水位が確保されている ことを監視可能	SBO 1 2 1 0 0 1 2 1 0 0 1 0		
					補助パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類						
					高圧代替注水系統流量	高圧代替注水系統流量	1				1	1
					代替循環冷却系原子炉注水流 量	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2				2	2
					原子炉隔離時冷却系統流量	原子炉隔離時冷却系統流量	1				1	1
					高圧炉心スプレ-イ系統流量	高圧炉心スプレ-イ系統流量	1				0	0
					残留熱除去系統流量	残留熱除去系統流量	3				0	0
					低圧炉心スプレ-イ系統流量	低圧炉心スプレ-イ系統流量	1				0	0
					常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1				1	1
					代替循環冷却系ポンプ吐出 力	代替循環冷却系ポンプ吐出 力	2				2	2
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1								
高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0								
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0								
低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0								

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ												
		分類	抽出パラメータを計測する計器			パラメータ分類			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時手順書 II (微検ベ- ス) 「PCV圧力 制御」等 非常時手順書 III (シビアア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシント の確保	残留熱除去系海水系 系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
	電源	P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
対応手段 非常時手順書 II (徴候ベ- ス) (PCV圧力 制御) 等 非常時手順書 III (シビア アクシデント) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等 直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ圧力	1	1	1	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	1	1	1	1	監視可能であればドライウエル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	2	3	3	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (1, 2)										
	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	8	8	8	8	8	監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チ ェンバ蒸気温度	2	2	2	2	2	2	2	監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非同時手順書 II (微候ベ- ス) (PCV圧力 制御) 等	原子炉格 納容器へ の注水量	原子炉格 納容器へ の注水量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
	補機監視 機能	残留熱除去系ポン プ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	
非同時手順書 III (シビア クシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	操作 (2 / 2) 水源の確 保	水源の確 保	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブプレッジョン・プ- ル水位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	-	-	-	-	-	-	
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	-	-	-	-	-	-	
			低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	-	-	-	-	-	-	
			常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
			高圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	-	-	-	-	-	-				
低圧炉心スプレイ系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
1.6.2.3 設計基準事故対処設備による対処手順 (2) 残置熱除去系 (サブプレッション・プールの冷却系)	サブプレッション・プール水温	3	3	3	①	-	サブプレッション・プール水温	2	2	2	サブプレッション・プールの水温の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・プールの温度	3	3	3	サブプレッション・プールの温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時手順書 II (置換ベーン) / S/P 温度制御等 非常時手順書 II (シグナル) / (除熱-1) 等 AM設備別操作手順書 別基準 (1) / (2)	M/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	P/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	M/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	P/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの交電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	直流125V主母線盤2 A電圧 直流125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
最終ヒート交換熱除去系海水系 の確保	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
対応手段 非同時手順書 II (微候ベ- ス) 「S/P温度 制御」等 非同時手順書 III (シビアア クシダント) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	サブレーション・プ ール水位	1	1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・プ- ール水位の代替監視可能
			1	1	1	-	代替循環冷却系原子炉注水流 量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレ-イ系統流量 残留熱除去系統流量 低圧炉心スプレ-イ系統流量 常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力 代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	
							原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出圧力 高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力 残留熱除去系ポンプ吐出圧力 低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	1	サブレーション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サブレッ ション・プール水位が確保されている ことを監視可能
							1	0	0	
							1	0	0	
							1	0	0	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
非常時手順書 II (微振ベース) / P温度制御等 非常時手順書 III (シビアクレンジメント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバースの温度変化によりサブプレッション・プール水温度の代替監視可能	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系熱交換器入口温度	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	①	-	原子炉圧力容器温度	4	4	除熱先の温度変化により代替監視可能
		残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	①	-	サブプレッション・プール水温度	3	3	除熱先の温度変化により代替監視可能
	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	-	-	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能
		残留熱除去系熱交換器出口温度	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	0	-	-	残留熱除去系熱交換器出口温度	2	0	残留熱除去系熱交換器の熱交換量評価により代替監視可能
		残留熱除去系ポンプ吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	緊急用海水系流量 (残留熱除去系熱交換器)	1	1	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能
	補機監視機能	補機監視機能	2	0	0	-	-	緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機)	1	1	残留熱除去系海水系、緊急用海水系の流量が確保されていることにより、最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.6 原子炉格納容器内の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				評価	SBO							
		分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器									
			計器名称	計器数	直後			負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		
非常時手順書 II (微減ベ- ス) (S/P 温度 制御) 等 非常時手順書 III (シビア クンデント) (除熱-1) 等 AM設備別操 作手順書	水源の確保 ② ②	サブレーション・ブ ール水位	①	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1	サブレーション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サブレーション・ブ- ール水位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	2	
						原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	
						高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	高圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	
						残留熱除去系系統流量	3	0	0	残留熱除去系系統流量	3	0	0	
						低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	低圧炉心スプレ-イ系系統流量	1	0	0	
						常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力	1	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐 出力	1	1	1	
						代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	
						原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐 出力	1	1	1	
						高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0	高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0	
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0							
低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0	低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出力	1	0	0							

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ分類理由, 備考. Contains monitoring items for containment vessel pressure and temperature.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ分類理由, 備考. Contains monitoring items for containment vessel pressure and temperature at Tokai No. 2.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ分類理由, 備考. Contains monitoring items for containment vessel pressure and temperature at Shimane No. 2.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO						
			計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器名称	計器数			SBO影響 区分1: 直後影響 を延命した場合	SBO影響 区分1: 直後影響 を延命した場合				
事故時運転操作手順書 (シリアライズメント) 【取替手順】 M 設置前操作手順書 ト 原子炉運転要領(VV)ト ト 原子炉運転要領(VV)ト ト 原子炉運転要領(VV)ト ト (ワタルタペン)ト ト (ワタルタペン)ト ト (ワタルタペン)ト	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の空気放出線レベル	2	1	0	0	エア放線モニタ	2	0	0	エア放線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視			
			原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	1	0	0	エア放線モニタ	2	0	0	0	エア放線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視		
			原子炉格納容器内の放射線レベル	2	0	0	0	放射線計測装置	2	2	2	2	0	放射線計測装置の上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視	
			原子炉格納容器内の放射線レベル	2	2	2	2	放射線計測装置	2	0	0	0	0	放射線計測装置の上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視	
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	8	8	8	0	0	空気放出線モニタ B 系 放射線計測装置	4	4	4	0	空気放出線モニタ B 系 放射線計測装置の上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視	
			原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線レベル モニタ	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視
			原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタ	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視
			原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタ	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視
原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタ	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視	
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタ	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視	
原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタ	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視	
		原子炉格納容器内の放射線レベル	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタ	1	1	1	1	0	原子炉格納容器内の放射線 レベルモニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視	

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO		
			計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後			計器故障等	
非常時運転手 手順書III (シ リアライズメン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (3 / 3) サプレッション・ブ ール水位 保	サプレッション・ブ ール水位	サプレッション・ブール水位	1	1	1	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	0	サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			サプレッション・ブール水位	1	1	1	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0	
判断基準 (3 / 3) サプレッション・ブ ール水位 保	判断基準 (3 / 3) サプレッション・ブ ール水位 保	サプレッション・ブ ール水位	サプレッション・ブール水位	1	1	1	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	0	サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			サプレッション・ブール水位	1	1	1	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価	SBO			
			計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後			計器故障等		
事故時運転操作手順書 (シリアライズメント) 【取替手順】 M 設置前操作手順書 ト 原子炉運転要領(VV)ト ト 原子炉運転要領(VV)ト ト 原子炉運転要領(VV)ト ト (ワタルタペン)ト ト (ワタルタペン)ト ト (ワタルタペン)ト	監視事項	監視事項	サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	0	サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて監視	
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
			サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0		サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能
サプレッション・ブール水位	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	0	サプレッション・ブール水位を水源と している系統のうち、運転している 系統の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能				

備考

- 設備の相違

【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO 影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PVC 初期 化B 初期	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル雰囲気温度	2	2	2	①			格納容器内圧力(D)	1	1	1	格納容器内圧力(D)は、格納容器内圧力(S)の 上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	1	①			サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ ーの温度は、格納容器内圧力(S)の 上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (炉心損傷後PVCベ ン ト (ファイルタベント使 用(S/O)) (炉心損傷後PVCベ ン ト (ファイルタベント使 用(D/W))	サブプレ ッ シ ョ ン ・ チ ェ ン バ ー の 温 度	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度	3	3	3	①			[サブプレッ ション・チェ ンバ ーの 温 度] 温度(常用計器)により代替監視可能	3	0	0	サブプレッ ション・チェ ンバ ーの 温 度 は、格納容器内圧力(S)の 上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		ファイルタ装置水位	2	2	2	①			ファイルタ装置水位	1	1	1	ファイルタ装置水位は、格納容器内圧力(S)の 上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
補機駆動 機能	ファイルタ装置入口圧力	ファイルタ装置入口圧力	1	1	1	①			ファイルタ装置入口圧力(S)	1	1	1	ファイルタ装置入口圧力は、格納容器内圧力(S)の 上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		ファイルタ装置出口放射線モニ タ	2	2	2	①			ファイルタ装置出口放射線モニタ	1	1	1	ファイルタ装置出口放射線モニタは、格納容器内圧力(S)の 上昇により代替監視可能 監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO 影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデ ント) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(狭帯域)	3	3	0	③			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位(広帯域)	2	2	1	①			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
操作 (1 / 4)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			高圧代替注水系系統流量	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO 影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器数		直後	負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデ ント) 【除熱-1】 【除熱-2】 AM設備別操作手順書 (RHARによる格納容 器熱)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			高圧原子炉代替注水流速	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能
操作 (1 / 5)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			代替注水流速(常設)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	①			低圧原子炉代替注水流速(常設 用)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流速と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
原子炉圧力 容器内の水 位	原子炉圧力 容器内の水 位	原子炉圧力 容器内の水 位	2	2	1	①			原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ ーの圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力 を推定可能
原子炉圧力 容器内の水 位	原子炉圧力 容器内の水 位	原子炉圧力 容器内の水 位	2	2	1	①			原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ ーの圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力 を推定可能
原子炉圧力 容器内の水 位	原子炉圧力 容器内の水 位	原子炉圧力 容器内の水 位	2	2	1	①			サブプレッ ション・チェ ンバ ーの 圧 力 (SA)	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッ ション・チェンバ ーの圧力 (SA) の差圧から原子炉圧力 を推定可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	直後		
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器内空気放射線レベル	2	1	0	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
		格納容器内空気放射線レベル	2	1	0	①	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	原子炉格 納容器内 の風量	原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	原子炉水圧力容器内部が放射線に あると想定し、放射線量/圧力の関係から原子炉 圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	原子炉水圧力容器内部が放射線に あると想定し、放射線量/圧力の関係から原子炉 圧力より代替監視可能
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	最終ヒー トシンク の温度	残置熱除去系系流量	2	2	1	①	残置熱除去系が運転状態であれば、残置熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能
		残置熱除去系系流量	2	2	1	①	残置熱除去系が運転状態であれば、残置熱除去系 熱交換器入口温度により代替監視可能
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	操作 機能	フィルタ装置水位	2	2	2	①	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	監視事項は主要バ ロメータにて確認
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	操作 機能	フィルタ装置水位	2	2	2	①	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	監視事項は主要バ ロメータにて確認
多様なハザード対応 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水取り】	操作 機能	フィルタ装置水位	2	2	2	①	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		フィルタ装置水位	2	2	2	①	監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	直後		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別働 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	直後の原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	
操作 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉圧力 (S.A.燃料 域)	1	1	1	①	原子炉圧力容器へ注水している養 給の注水流量と換熱除去による蒸 気水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
		原子炉圧力 (S.A.燃料 域)	1	1	1	①	
操作 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	直後の格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		ドライウエル圧力	1	1	1	①	
操作 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直後の格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	
操作 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	直後の格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		ドライウエル圧力	1	1	1	①	
操作 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直後の格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補助バロメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	直後		
多様なハザード対応 【除熱-1】 「除熱-2」 AM設備別働 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	①	直後の原子炉圧力容器内の水位を計測するこ とができ、監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	①	
操作 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉圧力	1	1	1	①	直後の格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		原子炉圧力	1	1	1	①	
操作 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	直後の格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		ドライウエル圧力	1	1	1	①	
操作 機能	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	直後の格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	①	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
多様なハザード対応手順 【フィルタバント停止後のA/B/C】	機械監視機能	-	計器数	抽出パラメータ分類理由	計器数	抽出パラメータ分類理由	監視事項は主要ハザード発生後に発生
			直後	直後	直後	直後	
多様なハザード対応手順 【フィルタバント停止後のA/B/C】	機械監視機能	-	2	2	2	2	原子炉格納容器内の水蒸気量変化により代替監視機能
			1	1	1	1	格納容器内圧力(PS)により格納容器圧力監視機能
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインA/B/C】	機械監視機能	-	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			1	1	1	1	フィルタ装置水位
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインA/B/C】	機械監視機能	-	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			1	1	1	1	フィルタ装置水位
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインA/B/C】	機械監視機能	-	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			1	1	1	1	フィルタ装置水位
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインA/B/C】	機械監視機能	-	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			1	1	1	1	フィルタ装置水位
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインA/B/C】	機械監視機能	-	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			1	1	1	1	フィルタ装置水位

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称			
非正常運転停止(除熱-1)等	原子炉格納容器内の圧力	-	8	8	8	1	1	1	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			2	2	2	3	3	3	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
AM設備動作手順	原子炉格納容器内の圧力	-	3	3	3	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			2	2	2	1	1	1	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
AM設備動作手順	原子炉格納容器内の圧力	-	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
AM設備動作手順	原子炉格納容器内の圧力	-	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称			
非正常運転停止(除熱-1)等	原子炉格納容器内の圧力	-	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
AM設備動作手順	原子炉格納容器内の圧力	-	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
AM設備動作手順	原子炉格納容器内の圧力	-	2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能
			2	2	2	2	2	2	格納容器内圧力(PS)により代替監視機能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違













重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		計器名称		計器設備等	評価	SBO		
			計器数	直後			直後	負荷切り直し後	計器数	直後				直後	負荷切り直し後
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 事故時運転操作手順 (シビアアクシデン ト) AM設備別操作手順書 「炉心損傷後格納容 器注水」 (炉心損傷後格納容 器注水)	原子炉格 納容器内 の注水	格納容器内空気放射線レ ベル(S/C)	2	1	0	①	-	エア放熱機モニタ	2	0	0	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			2	1	0	①	-	エア放熱機モニタ	2	0	0	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			2	2	2	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水と想定し、格納容器注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	2	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水と想定し、格納容器注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	3	3	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水と想定し、格納容器注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水と想定し、格納容器注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水と想定し、格納容器注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水と想定し、格納容器注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水と想定し、格納容器注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水と想定し、格納容器注水圧/格納容器注水圧の異常から原子炉注 水より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		計器名称		計器設備等	評価	SBO	
			計器数	直後			直後	負荷切り直し後	計器数	直後				直後
非事故時運転手 続書III(シビ リアクシデン ト) AM設備別操作手順書 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水	格納容器内空気放射線 モニタ(D/W)	2	2	2	①	-	格納容器内空気放射線モニ タ(S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			2	2	2	①	-	格納容器内空気放射線モニ タ(D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線 レベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			5	3	3	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	4	4	4	静的軸流式水素再結合器動作監視 装置により原子炉注水ポンプ注水圧/格 納容器注水圧/原子炉注水圧の異常より 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水 流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水 流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水 流量(可搬ライン用)	低圧代替注水系統原子炉注水流量、低 圧代替注水系統格納容器注水流量 及び低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量の注水量より、サブレンジン ・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器下 部注水流量	代替注水貯水水位、西側格納容器注水 貯水水位の水位変化より、サブレン ジョン・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	1	1	1	西側格納容器注水貯水水位	代替注水貯水水位、西側格納容器注水 貯水水位の水位変化より、サブレン ジョン・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	1	1	1	ドライウェル圧力	ドライウェル圧力とサブレンジン・ ジョン・プールの注圧より、サブレン ジョン・プールの水位の代替監視 可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	1	1	1	サブレンジン・チェンバ ー圧力	サブレンジン・チェンバ ー圧力	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	1	1	1	緊急用メータクラ電圧	緊急用メータクラ電圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	1	1	1	SAロードセンタ母線電 圧	SAロードセンタ母線電 圧	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		計器名称		計器設備等	評価	SBO
			計器数	直後				直後	負荷切り直し後	計器数	直後			
事故時運転手 続書III(シビ リアクシデン ト) AM設備別操作手順書 「FCV/Sによる格納容 器注水」 原子炉注水 ポンプ注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA) 格納容器注水圧(SA) 原子炉注水圧(SA)	原子炉格 納容器内 の注水	C-メータクラ母線電圧	1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	1	③	③	異常高圧母線の電圧状 態を確認するパラメータ	格納容器内空気放射線モニ タ	1	1	1	エア放熱機モニタの上限より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後		SBO影響 区分1直流電源 を延命した場合	計器数		直後	SBO影響 区分1直流電源 を延命した場合		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1)交流電源供給停止等発生時における原子炉格納容器への冷却ガス供給 多様なバリエーション 「可搬型格納容器業務 供給設備」によるPCV重 量供給)	原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
	原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
		計器数	直後		SBO影響 区分1直流電源 を延命した場合	計器数		直後	SBO影響 区分1直流電源 を延命した場合			
非常時運転手 順書III(シビ ブ)アタシデン 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 2 / 3	原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
操作 2 / 3	原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
			計器数	直後		計器数	直後				
非常時運転手 順書III(シビ ブ)アタシデン 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2
操作 2 / 3	原子炉格納 容器内の 放射線 レベル	原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納 容器内空気 放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	2	2	2	2	2

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		抽出パラメータ	補助パラメータ	評価		SBO
		計器数	事後			計器数	事後			計器故障等		
		直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後					
1.7.1 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 a. 格納容器圧力過剰放散装置による原子炉格納容器内の減圧及び放熱（見逃操作） 事故時運転操作手順書 （シビアアクシデント） [「RV制御」] AM設備別操作手順書 （炉心損傷後RVベント（F-CV）） 炉心損傷後RVベント（F-CV） 炉心損傷後RVベント（F-CV）	原子炉格納容器内の減圧及び放熱	2	1	0	①	-	2	0	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量	2	1	1	0	①	2	0	0	0	0	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	①	-	3	3	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(S)	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(M)	1	1	1	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(W)	1	1	1	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(X)	1	1	1	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(Y)	1	1	1	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(Z)	1	1	1	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(1)	1	1	1	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(2)	1	1	1	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
	格納容器内圧力(3)	1	1	1	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響	パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等		SBO	
		計器数	事後							計器数	事後		
非常時運転手 手順書(シビア アクシデント) 等 AM設備別操 作手順書	最終ヒート シンク の確保	1	1	1	1	①	-	-	ファイラタ装置スクラビング水 温度	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	2	2	①	-	-	ドライウエル圧力	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器漏れがし装置の健全性を代替監視可能
		1	1	1	1	①	-	-	サブプレッション・チェンバ 内圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	2	2	①	-	-	ファイラタ装置圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	2	2	①	-	-	ファイラタ装置水位	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	-	ファイラタ装置スクラビ ング水温度	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		2	2	2	2	①	-	-	ファイラタ装置入口水素 濃度	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

①:重要監視パラメータ、②:有効監視パラメータ、③:補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響	パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	計器故障等		SBO	
		計器数	事後							計器数	事後		
事故時運転操作手順書(シビア アクシデント) AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント)による格納容 器圧力過剰放散装置 AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント)による格納容 器圧力過剰放散装置	原子炉格納 容器内の温 度	7	7	7	7	①	-	-	ベグスタグ温度(SA)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測することができ、監視可能
		2	2	2	2	①	-	-	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	格納容器内圧力の傾向から、ドライウエル圧力(SA)又はサブプレッション・チェンバ内圧力(SA)の上昇により代替監視可能
		2	2	2	2	①	-	-	サブプレッション・プー ル温度(SA)	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
		2	2	2	2	①	-	-	サブプレッション・プー ル温度(SA)	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
		8	8	8	8	①	-	-	スクラハ管部水位	2	2	2	スクラハ管部水位は、サブプレッション・チェンバ内圧力(SA)の温度変化により代替監視可能
		4	4	4	4	①	-	-	スクラハ管部圧力	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
		4	4	4	4	①	-	-	スクラハ管部圧力	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認
		2	2	2	2	①	-	-	第1レベルアウトレット出口 放射線量モニタ(高レン シ・低レンジ)	2	2	2	監視事項は主要なパラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	計器数	評価		
			直後	SDO影響	直後	SDO影響			計器数	計器故障等	SDO
手動時運転手順書 (シビアアクシデント) [FCV制御] [R.B.制御]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	1	0	0	-	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	1	0	0	-	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	0	0	0	-	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	2	2	-	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備初期操作手順書 [炉心損傷後FCVベント(フィルタベント)使用(SiO)] [炉心損傷後FCVベント(フィルタベント)使用(DiW)]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	8	8	8	0	-	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備初期操作手順書 [炉心損傷後FCVベント(フィルタベント)使用(SiO)] [炉心損傷後FCVベント(フィルタベント)使用(DiW)]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	計器数	評価		
			直後	SDO影響	直後	SDO影響			計器数	計器故障等	SDO
非常時運転手順書 (シビアアクシデント) [FCV制御] [R.B.制御]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備初期操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備初期操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	1	1	0	-	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ分類理由	計器数	評価		
			直後	SDO影響	直後	SDO影響			計器数	計器故障等	SDO
手動時運転手順書 (シビアアクシデント) [FCV制御] [R.B.制御]	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	2	0	-	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	2	0	-	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備初期操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	2	0	-	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	2	2	2	0	-	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備初期操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	0	0	0	-	1	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	1	0	0	0	-	1	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備初期操作手順書	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	4	4	4	0	-	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線監視レベル(Si)	4	4	4	0	-	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	区分別直後	計器名称	計器数	直後	区分別直後	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV 制御	原子炉格納容器内の温度	ドライウエール雰囲気温度	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(0.7M)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	3	サブプレッション・チェンバ・ブの温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (F/C心動機後PCVベント 用(S/O)) (F/C心動機後PCVベント 用(D/W))	補機監視機能	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	3	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ・ブの温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		フィードバック圧力	2	2	①	サブプレッション・チェンバ・ブの温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ・ブの温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	フィードバック圧力	フィードバック圧力	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(0.7M)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		フィードバック圧力	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(0.7M)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	区分別直後	計器名称	計器数	直後	区分別直後	計器故障等	SBO
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「除熱-1」 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・ブールの水位	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(0.7M)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の水位	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(0.7M)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	第二弁操作差圧	第二弁操作差圧	1	1	③	第二弁操作差圧	1	1	1	第二弁操作差圧の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		空気ポンプベニユニット空気供給流量	1	1	③	空気ポンプベニユニット空気供給流量	1	1	1	空気ポンプベニユニット空気供給流量の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	区分別直後	計器名称	計器数	直後	区分別直後	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 AM設備別操作手順書 (S/P水P.H制御)	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器内放射線モニタ(ドライウエール)	2	2	①	原子炉格納容器内放射線モニタ(ドライウエール)	18	0	0	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内放射線モニタ(サブプレッション・チェンバ)	2	2	①	原子炉格納容器内放射線モニタ(サブプレッション・チェンバ)	18	0	0	原子炉格納容器内放射線モニタの上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	原子炉格納容器内の温度	2	2	1	原子炉格納容器内の温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	③	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	原子炉格納容器内の温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	1	1	③	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の温度	1	1	③	原子炉格納容器内の温度	1	1	1	原子炉格納容器内の温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分別直成電源 を延命した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分別直成電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	原子炉格納容器内の放射線レベル監視	放射線監視装置	2	1	0	①	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	1	0	①	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント水 位調整水張り】	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント水 位調整水張り】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	2	①	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	2	①	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント水 位調整水張り】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	2	①	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	2	①	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分別直成電源 を延命した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分別直成電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置スタラッピング水補給	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	①	2	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	①	2	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	①	2	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分別直成電源 を延命した場合	計器名称	計器数	SBO影響 直後	区分別直成電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置ドレ ン移送ポンプ水張り】	放射線監視装置	放射線監視装置	2	1	0	①	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		放射線監視装置	2	1	0	①	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント水 位調整水張り】	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力容器温度	2	2	2	①	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応 手順 【フィルタバント水 位調整水張り】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	2	①	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		最終ヒートシンク	2	2	2	①	2	2	2	最終ヒートシンクが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

### 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO			
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後					
多様なハザード対応手順 「フィルタバント停止後のメンテナンス」	監視装置		2	2	①	-	原子炉格納容器内放射線濃度(SA)	2	2	2	2	原子炉格納容器内の放射線濃度変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
							原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	①	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により格納容器圧力過剰監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
多様なハザード対応手順 「フィルタ装置スクラバ水出」	監視装置		1	1	①	-	フィルタ装置入口圧力	1	1	1	1	必要な時が確立されていることを、フィルタ装置水位の水位変化により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
							フィルタ装置水位	2	2	2	2	2	2	2
多様なハザード対応手順 「ドレン移送ラインメンテナンス」	監視装置		1	1	③	-	ドレン移送ライン圧力	1	1	1	1	-	-	
							ドレンタンク水位	1	1	③	1	1	③	1
多様なハザード対応手順 「ドレン移送水抜き」	監視装置		2	2	③	-	ドレンタンク水位	2	2	2	2	2	2	-
							ドレンタンク水位	2	2	③	2	2	③	2

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

### 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO		
			計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後				
AM設置時警告作手順等	1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流電力電線が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰監視による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換	監視装置	ドライウェル圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	-	ドライウェル圧力 【ドライウェル圧力】	2	0	0	0	監視装置で監視可能なドライウェル圧力(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
監視装置	原子炉格納容器内の温度	監視装置	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	2	2	2	2	格納容器内圧力との関係から、サブプレッション・チェンバ圧力監視により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			ドライウェル圧力	8	8	①	-	ドライウェル圧力	1	1	1	1	格納容器内圧力との関係から、ドライウェル圧力監視により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
監視装置	原子炉格納容器内の放射線濃度	監視装置	サブプレッション・チェンバ放射線濃度	2	0	0	-	サブプレッション・チェンバ放射線濃度	2	0	0	0	放射線濃度変化によりサブプレッション・チェンバ放射線濃度監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			格納容器内放射線濃度	2	0	0	-	格納容器内放射線濃度	2	0	0	0	放射線濃度変化により格納容器内放射線濃度監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

### 1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO		
			計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後				
監視装置	原子炉格納容器内の放射線濃度	監視装置	原子炉格納容器内放射線濃度	2	2	①	-	原子炉格納容器内放射線濃度	18	0	0	0	原子炉格納容器内の放射線濃度監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	18	0	0	0	原子炉格納容器内圧力監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
監視装置	原子炉格納容器内の温度	監視装置	原子炉格納容器内温度	2	2	①	-	原子炉格納容器内温度	2	2	2	2	原子炉格納容器内温度監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
監視装置	原子炉格納容器内の放射線濃度	監視装置	原子炉格納容器内放射線濃度	2	2	①	-	原子炉格納容器内放射線濃度	2	2	2	2	原子炉格納容器内放射線濃度監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉格納容器内圧力	2	2	①	-	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	2	原子炉格納容器内圧力監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	監視項目は抽出パラメータにて確認
対応手続 AM設備演習 手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	サブプレッション・チェンバ	1	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認
		【ドライウエル圧力】	2	【サブプレッション・チェンバ圧力】	2	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ圧力	1	サブプレッション・チェンバ	1	監視可能であり、サブプレッション・チェンバ圧力 (常用計器) により代替監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認
		ドライウエル蒸気温度	8	ドライウエル蒸気温度	8	監視可能であり、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	2	【格納容器内水素濃度】	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度により代替監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認
		格納容器内水素濃度	2	格納容器内水素濃度	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度により代替監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	2	【格納容器内水素濃度】	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度により代替監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認
		格納容器内水素濃度	2	格納容器内水素濃度	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度により代替監視可能	監視項目は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
						計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	監視項目は抽出パラメータにて確認
対応手続 事故時操作手順書 (シビア アクシデント) 「放出」 原子力災害対策手順書 「可燃性蒸気供給装置を促 進した格納容器の蒸気ガス 濃度」	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力 (S A)	2	①	—	サブプレッション・チェンバ圧力 (S A)	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測すること により、監視可能	監視項目は抽出 パラメータにて確認
		【格納容器内水素濃度】	2	【格納容器内水素濃度】	2	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度により代替監視可能	監視項目は抽出 パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェン バ圧力 (SA)	2	①	—	サブプレッション・チェンバ	2	2	2	監視可能であり、サブプレッション・チェンバ 圧力により代替監視可能	監視項目は抽出 パラメータにて確認
		【格納容器内水素濃度】	2	【格納容器内水素濃度】	2	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	監視可能であり、格納容器内水素濃度により代替監視可能	監視項目は抽出 パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 【A-格納容器内水素濃度】	1	①	—	格納容器内水素濃度 (S A)	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測すること により、監視可能	監視項目は抽出 パラメータにて確認
		【A-格納容器内水素濃度】	1	【A-格納容器内水素濃度】	1	【A-格納容器内水素濃度】	1	0	0	監視可能であり、A-格納容器内水素濃度 により代替監視可能	監視項目は抽出 パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保	残留熱除去系系統流量	2	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作していることを確認することにより抽出パラメータにて確認
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注イ流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作(2/2)	の確保	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	サブプレッション・プール水温	3	3	3	サブプレッション・プール水温、ドライウェル雰囲気温度、サブプレッション・チェンバール雰囲気温度により最終ヒートシンクが確保されていることを代替監視可能
		ドライウェル雰囲気温度	8	8	8	サブプレッション・プール水温	8	8	8	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール雰囲気温度	2	2	2	サブプレッション・チェンバール雰囲気温度	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	SBO影響		評価	
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
												計器数
異常時操作要領書(シビアアクシデント)「取出」 原子力及び炉内機器・可搬式装置等監視要領書を参照し、格納容器の異常がガス	原子炉格納容器の過圧破損	A	格納容器熱源温度 [A-格納容器熱源温度]	1	0	0	抽出パラメータ	①	1	0	0	直接的に格納容器熱源温度を計測することができ、監視可能
			B-格納容器熱源温度	1	0	0	抽出パラメータ	①	2	2	2	格納容器熱源温度計測線モニタ(ドライウェル)又は格納容器熱源温度計測線モニタ(サブプレッション・チェンバール)の解析結果により、格納容器熱源温度の代替監視可能
操作(2/2)	の確保	A	ドライウェル電力(SA)	2	2	2	抽出パラメータ	①	2	2	2	ドライウェル電力(SA)又はサブプレッション・チェンバール電力(SA)により、格納後の格納容器内の空気を(燃焼)の侵入の有無により、水素燃焼の可能性を把握可能
			B-格納容器熱源温度	1	0	0	抽出パラメータ	①	2	2	2	直接的に格納容器熱源温度を計測することができ、監視可能
操作(2/2)	の確保	A	格納容器熱源温度計測線モニタ(ドライウェル)	2	2	2	抽出パラメータ	①	2	2	2	格納容器熱源温度計測線モニタ(ドライウェル)又は格納容器熱源温度計測線モニタ(サブプレッション・チェンバール)の解析結果により、格納容器熱源温度の代替監視可能
			格納容器熱源温度計測線モニタ(サブプレッション・チェンバール)	2	2	2	抽出パラメータ	①	2	2	2	格納容器熱源温度計測線モニタ(サブプレッション・チェンバール)の解析結果により、水素燃焼の可能性を把握可能
			ドライウェル電力(SA)	2	2	2	抽出パラメータ	①	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッション・チェンバール電力(SA)	2	2	2	抽出パラメータ	①	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			B-格納容器熱源温度	1	0	0	抽出パラメータ	①	1	0	0	直接的に格納容器熱源温度を計測することができ、監視可能
			格納容器熱源温度計測線モニタ(ドライウェル)	2	2	2	抽出パラメータ	①	2	2	2	格納容器熱源温度計測線モニタ(ドライウェル)又は格納容器熱源温度計測線モニタ(サブプレッション・チェンバール)の解析結果により、格納容器熱源温度の代替監視可能
			格納容器熱源温度計測線モニタ(サブプレッション・チェンバール)	2	2	2	抽出パラメータ	①	2	2	2	格納容器熱源温度計測線モニタ(サブプレッション・チェンバール)の解析結果により、水素燃焼の可能性を把握可能
			【A-格納容器熱源温度】	1	0	0	抽出パラメータ	①	1	0	0	監視可能であればA-格納容器熱源温度(常用計器)により代替監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ		代替パラメータ		計器名称	計器状態		評価	
			計器数	直後   負荷切り直し後	計器数	直後   負荷切り直し後		計器故障等	SDO		
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 AMR監視手順 1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 a. 交差動力調整が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置内の不活性ガス (窒素) 監視 AMR監視手順 作手順書	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	ドライウエル圧力	1	1	①	—	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	ドライウエル蒸気温度 【ドライウエル圧力】	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能にて確認	
		サブプレッション・チェーン圧力	1	1	①	—	サブプレッション・チェーン蒸気温度	2	0	監視可能であればドライウエル圧力【蒸気計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	—	【サブプレッション・チェーン圧力】	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェーン蒸気温度により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視可能であればサブプレッション・チェーン圧力【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	—	格納容器表面放射線モニタ (D/W)	—	—	格納容器表面放射線モニタ (D/W) または格納容器表面放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	—	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	格納容器内の空気 (酸素) の流入の可能性があるため、監視可能	
		最終ヒーティング温度	1	1	①	—	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	—	原子炉格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器

項目	分類	計器名称	抽出パラメータ		代替パラメータ		計器名称	計器状態		評価	
			計器数	直後   負荷切り直し後	計器数	直後   負荷切り直し後		計器故障等	SDO		
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等 AMR監視手順 1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 a. 交差動力調整が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力過剰による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (c) フィルタ装置内の不活性ガス (窒素) 監視 AMR監視手順 作手順書	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	ドライウエル圧力	1	1	①	—	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	直線的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	①	—	ドライウエル蒸気温度 【ドライウエル圧力】	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能にて確認	
		サブプレッション・チェーン圧力	1	1	①	—	サブプレッション・チェーン蒸気温度	2	0	監視可能であればドライウエル圧力【蒸気計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	—	【サブプレッション・チェーン圧力】	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェーン蒸気温度により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度【常用計器】により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	②	—	格納容器表面放射線モニタ (D/W)	—	—	格納容器表面放射線モニタ (D/W) または格納容器表面放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	—	サブプレッション・チェーン圧力	1	1	格納容器内の空気 (酸素) の流入の可能性があるため、監視可能	
		最終ヒーティング温度	1	1	①	—	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の水素濃度	2	0	①	—	原子炉格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	計器名称	ハラムメータ分類	計器数	計器名称	計器故障等	SBO		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電源が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び再熱 (f) フィルタ装置スクラッピング水移送 AM設備別操作手順書	最終ヒーティングの確保	1	フィルタ装置スクラッピング水温度	①	フィルタ装置圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	最終ヒーティングの確保	2	フィルタ装置水位	①	-	-	2	-	-	-
	最終ヒーティングの確保	2	フィルタ装置水位	①	-	-	-	2	-	-
	操作	2	フィルタ装置入口水素濃度	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器数	計器名称	抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
					計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
原子炉格納容器内の水素濃度 AM設備別操作手順書 (FCV/Sによる格納容器圧力監視) 原子炉格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び再熱 (f) フィルタ装置スクラッピング水移送 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	1	サブプレッション・プール水位 (SA)	-	代替注水流量 (常設)	1	1	1	代替注水流量 (常設) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	サブプレッション・プール水位 (SA)	-	原子炉格納容器内水素濃度 (格納容器内)	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度 (格納容器内) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	サブプレッション・プール水位 (SA)	-	原子炉格納容器内水素濃度 (格納容器内)	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度 (格納容器内) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度 AM設備別操作手順書 (FCV/Sによる格納容器圧力監視) 原子炉格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び再熱 (f) フィルタ装置スクラッピング水移送 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	1	サブプレッション・プール水位 (SA)	-	原子炉格納容器内水素濃度 (格納容器内)	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度 (格納容器内) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	サブプレッション・プール水位 (SA)	-	原子炉格納容器内水素濃度 (格納容器内)	2	2	2	原子炉格納容器内水素濃度 (格納容器内) により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「放出」AM設備別操作手順書	補機監視機能	薬液タンク圧力	1	1	③	-	-	-	-	-	-
			補機監視機能	1	1						

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	SBO影響		補助パラメータ	パラメータ	分	項目	計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後							分	項目
対応手段 異常時運転手順書(シビリアクシデン)「放出」AM設備別操作手順書 [FCV S]による格納容器ベント 原子炉格納容器内圧力監視装置 [手動]「放出」AM設備別操作手順書 [手動]「放出」AM設備別操作手順書 [手動]「放出」AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0		
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	
		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	①	0	0	0	0	0	0	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
	計器数	計器名称	計器位置	計器数	計器名称	計器位置	計器数	計器名称	計器位置	
対応手段 異常時運転指示 運転員(シフト) アクション 【除熱-1】 等 AM設置列機 作手順書	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プールの水位	①	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プールの水位	①	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・プールの水位	①	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバール温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバール温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバール温度	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	3	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	3	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	3	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
	計器数	計器名称	計器位置	計器数	計器名称	計器位置	計器数	計器名称	計器位置	
対応手段 異常時運転指示 運転員(シフト) アクション 【除熱-1】 等 AM設置列機 作手順書	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバール温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバール温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバール温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・プールの温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバールの温度 (SA)	2	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	対応手段	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後
電源 別 基 置 (3 / 2)	非常時運転手 離席III (シビアアク シデント) 【除熱-1J 等 AM設備別操 作手順書	M/C 2 C電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2 C電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		M/C 2 D電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	③	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2 D電圧	1	1	③	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	③	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-

①：直観監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
					直後	負荷切り離し後	直後	負荷切り離し後		
非常時運転手 離席III (シビアアク シデント) 【除熱-1J 等 AM設備別操 作手順書	電源 別 基 置 (3 / 2)	M/C 2 C電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-
		P/C 2 C電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-
		M/C 2 D電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-
		P/C 2 D電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	③	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-
		直流125V主母線盤2 A電圧	1	1	③	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-
		直流125V主母線盤2 D電圧	1	1	③	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線盤電圧	1	1	③	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手動操作 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ (D/W)	格納容器空囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	格納容器空囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内空囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉建屋内の水素濃度	格納容器空囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	格納容器空囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内空囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (2/3)	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	4	4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水位	サブプレッシャ・プール水位	1	1	低圧代替注水系原子炉注水配管 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水配管 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ装置 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ装置 (可搬ライン用)	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	低圧代替注水系原子炉注水流量、低圧代替注水系格納容器スプレイ流量及び低圧代替注水系格納容器下注注水流量の注水量より、サブプレッシャ・プール水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
異常発生時 手動操作 AM設備別機 作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/A)	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	直接的にサブプレッシャ・プール圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/A)	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	直接的にサブプレッシャ・プール圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (2/2)	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/A)	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	直接的にサブプレッシャ・プール圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/A)	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	直接的にサブプレッシャ・プール圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (2/2)	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/A)	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	直接的にサブプレッシャ・プール圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/A)	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	直接的にサブプレッシャ・プール圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (2/2)	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/A)	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	直接的にサブプレッシャ・プール圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線モニタ (S/A)	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	サブプレッシャ・プール圧力 (S/A)	2	2	直接的にサブプレッシャ・プール圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 手順Ⅲ (シブ アップラン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	8	8	8	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル雰囲気温度により代替監視 可能 監視可能であればドライウエル圧 力 (常用計器) により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		ドライウエル雰囲気温 度	8	8	8	①	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気温 度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・プ ール水温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・プ ール水温度	3	3	3	サブプレッション・プ ール水温度の 温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉格 納容器内 の温度	操作 (2 / 3)	サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、サブ プレッション・チェンバ雰囲気温 度により代替監視可能 監視可能であればサブプレッ ション・チェンバ圧力 (常用計器) に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		サブプレッション・プ ール水温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・プ ール水温度	2	2	2	サブプレッション・プ ール水温度の 温度変化によりサブプレッ ション・チェンバ雰囲気温度の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.2.3.1 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順 (2) 格納容器内圧力監視装置の動作確認 a. 格納容器内圧力監視装置による原子炉格納容器への圧力監視装置の動作確認 (抽出)	原子炉格 納容器内 の圧力	サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度 (S)	2	2	1	①	-	サブプレッション・チェ ンバ圧力	18	0	0	エアラゲル検出モニタの異常より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・プ ール水温度 (S)	2	2	1	①	-	サブプレッション・プ ール水温度	18	0	0	エアラゲル検出モニタの異常より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・プ ール水温度 (S)	2	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度	2	2	1	エアラゲル検出モニタの異常より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・プ ール水温度 (S)	2	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度	1	1	1	エアラゲル検出モニタの異常より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
原子炉格納 容器内の 圧力	操作 (2 / 3)	サブプレッション・チェ ンバ雰囲気温度 (S)	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェ ンバ圧力	2	2	1	原子炉格納容器内圧力監視装置の動作確認による 監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・プ ール水温度 (S)	2	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度	2	2	1	原子炉格納容器内圧力監視装置の動作確認による 監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・プ ール水温度 (S)	2	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度	2	2	2	原子炉格納容器内圧力監視装置の動作確認による 監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・プ ール水温度 (S)	2	2	2	①	-	サブプレッション・プ ール水温度	2	2	2	原子炉格納容器内圧力監視装置の動作確認による 監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後			
対応手段 非常時運転手順書Ⅲ(シビアアクシデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保 (3/3)	フィルタ装置スクラビ	1	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビ温度により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		フィルタ装置スクラビ	1	1	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビにより代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		フィルタ装置出口放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	2	2	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内の水蒸気濃度変化により代替監視可能
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	0	0	2	0	0	2	0	原子炉格納容器内の水蒸気濃度変化により代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後			
												直後
対応手段 非常時運転手順書(シビアアクシデント)「放出」 原子力発電所対策手順書「可燃性蒸気供給装置を使用中に格納容器の蒸気ガス(蒸気)」	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
		ドライウエル圧力(SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	7	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
操作(1/2)	原子炉格納容器内の圧力	ベグスタル温度(SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度(SA)	2	2	2	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・プールの温度(SA)	2	2	2	2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水蒸気濃度	原子炉格納容器内の水蒸気濃度	格納容器水蒸気濃度(A-格納容器水蒸気濃度)	1	0	0	0	①	0	0	0	0	直接的に格納容器内水蒸気濃度を計測することができ、監視可能
		格納容器水蒸気濃度(A)	1	0	0	0	①	0	0	0	0	直接的に格納容器内水蒸気濃度を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎6/7，東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価						
			計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO			
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 安全運転力電機補給機作動時の対応手順 (b) 第二弁操作時の過圧防止	1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 安全運転力電機補給機作動時の対応手順 (b) 第二弁操作時の過圧防止			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		監視事項は抽出パラメータにて確認
非営業運転至 期(除熱-1) 等	原子炉格納容器内の放射線量		格納容器内部放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部放射線モニタレベルを計測することができ、監視可能な
AM設置別機 作手帳書	原子炉格納容器内の放射線量		原子炉格納容器内部放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部放射線モニタレベルを計測することができ、監視可能な
	原子炉圧力		原子炉圧力	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4		原子炉本体から原子炉圧力容器内温度/圧力の関係から、原子炉圧力より代替監視可能
	原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力		原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価				
					計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
事故時瞬時監視 (シビア) 運転員監視 (アウト) 原子炉出力監視 (アウト) 圧力監視 (アウト) 温度監視 (アウト) 原子炉格納容器内の圧力監視 (アウト)	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	1	0	0	1	0	0	0		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	1	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の圧力			1	0	0	2	2	2	2	2	2	2		直接的に格納容器内部圧力を計測することができ、監視可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7. 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	抽出パワメータ		抽出パワメータを計測する計器		抽出パワメータ		項目	評価	SBO	
	計器名	計器数	パワメータ 分類	補助パワメータ 分類理由	計器名	計器数				直後 SBO影響 負荷切り直し後
材料手帳 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) (除熱-1) 等 AM設置別機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量、 低圧代替注水系格納容器ス トレイ 流量及び低圧代替注水系格 納容器下部注水流量の注水 量より、サブ プレッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認		
	判断 標準 (2/2)	原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス トレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器ス トレイ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系原子炉注水 量、 低圧代替注水系格納容器ス トレイ 流量及び低圧代替注水系格 納容器下部注水流量の注水 量より、サブ プレッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
	判断 標準 (2/2)	原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
	判断 標準 (2/2)	原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
	判断 標準 (2/2)	原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
	判断 標準 (2/2)	原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
	判断 標準 (2/2)	原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の水位	1	1	-	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下 部注水流量の注水流量より、 サブプレ ッション・プールの水位の代 替 監視事項は抽 出パワメータ にて確認	

①：重要監視パワメータ、②：有効監視パワメータ、③：補助パワメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ リアクシオン 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	サブプレッション・プ ール水位	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉格納容器下部 注水量									
操作	補機監視 機能	第二弁操作差圧	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水 設備水位の水位変化より、サブプレ ッション・プール水位の代替監視 可能	
		空気ポンプベ ルユニット空 気供給流量	1	1	1	1	1	1	1	ドライウエル圧力とサブプレッショ ン・チェンバ圧力の差圧より、サ プレッション・プール水位の代替 監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱（現場操作） a. (c) フィルタ装置スクラビング水補給										
AM設備別操作手順書										
最終ヒーティングの確保		フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-
最終ヒーティングの確保		フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器数	計器名称	抽出理由	計器数	計器名称	抽出理由	計器品牌等		
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (D) 交差圧力差計設置による格納容器内の減圧及び除熱 (現用操作) a. 格納容器内圧力差計設置による格納容器内の減圧及び除熱 (現用操作) (d) 原子炉格納容器内の不活性ガス (窒素) 置換 AM設備別編 作手順書	原子炉格納容器内の圧力	1	ドライウエル圧力		1	サブプレッション・チェンバースタビライゼーション (サブプレッション)により代替監視可能		1	1	圧力的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータから、ドライウエル雰囲気温度により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータから、サブプレッション・チェンバースタビライゼーション (サブプレッション)により代替監視可能
判断基準	原子炉格納容器内の圧力	1	サブプレッション・チェンバースタビライゼーション (サブプレッション)により代替監視可能		2	ドライウエル圧力		2	2	圧力的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータから、サブプレッション・チェンバースタビライゼーション (サブプレッション)により代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	8	ドライウエル雰囲気温度		8	サブプレッション・チェンバースタビライゼーション (サブプレッション)により代替監視可能		1	1	圧力的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 監視事項は抽出パラメータから、ドライウエル雰囲気温度により代替監視可能
		2	サブプレッション・チェンバースタビライゼーション (サブプレッション)により代替監視可能		2	2	サブプレッション・チェンバースタビライゼーション (サブプレッション)により代替監視可能		3	3
原子炉格納容器内水温測定	2	格納容器内水温測定 (S/A)		2	0	0	0	2	0	監視事項は抽出パラメータから、格納容器内水温測定により代替監視可能 監視事項は抽出パラメータから、格納容器内水温測定により代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響				
				距離	負荷切り離し後			距離	負荷切り離し後			
対応手段 ANM(監視)機能 作手検査	原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル圧力	1	1	①	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	①	-	-	ドライウェル圧力	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の圧力	ドライウェル管内気圧	8	8	①	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ管内気圧	2	2	①	-	-	ドライウェル管内気圧	3	3	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ管内気圧	1	1	①	-	-	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ管内気圧	2	2	①	-	-	ドライウェル管内気圧	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ管内気圧	2	2	①	-	-	ドライウェル管内気圧	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ管内気圧	2	2	①	-	-	ドライウェル管内気圧	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ管内気圧	2	2	①	-	-	ドライウェル管内気圧	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバ管内気圧	2	2	①	-	-	ドライウェル管内気圧	2	2	監視項目は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	監視パラメータ				項目	監視パラメータ				評価	SBO	
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後		パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数			SBO影響 直後   負荷切り離し後
対応手段 AM設備別操 作手順書	最終ヒー トシンク の確保	残留熱除去系系流量	2	0	0	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系格納容 器スプレイ流量	2	2	2	①	-	代替循環冷却系原子炉注水流 量 代替循環冷却ポンプ吐出圧 力 サブプレッジョン・プールの水温 度 ドライウエル雰囲気温度、サブプレ ッジョン・チェンバール雰囲気温度に より最終ヒートシンクが確保され ていることを代替監視可能	3 8 2	3 8 2	3 8 2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代用パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	3SD	
1.7.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全炉稼働時監視要領の対応手順 (3) 全炉停止時監視要領の対応手順 a. 格納容器圧力逃がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (理論操作) b. フィルタ装置内の不活性ガス (窒素) 置換	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエルの圧力	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 ①: 監視事項はドライウエルの関係から、3SD監視要領により代用監視可能 ②: 監視事項はドライウエルの関係から、3SD監視要領により代用監視可能	
	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバの圧力	1	①	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することにより、監視可能 ①: 監視事項はサブプレッション・チェンバの関係から、3SD監視要領により代用監視可能 ②: 監視事項はサブプレッション・チェンバの関係から、3SD監視要領により代用監視可能	
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を (常用計器) により代用監視可能 ①: 監視事項は格納容器内水素濃度を (常用計器) により代用監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (格納容器内水素濃度)	2	0	②	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を (常用計器) により代用監視可能 ②: 監視事項は格納容器内水素濃度を (常用計器) により代用監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内水素濃度を監視可能 ①: 監視事項は格納容器内放射線モニタ (D/W) の関係から、3SD監視要領により代用監視可能 ②: 監視事項は格納容器内放射線モニタ (S/C) の関係から、3SD監視要領により代用監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内酸素濃度 (SA)	2	0	①	2	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度を (常用計器) により代用監視可能 ①: 監視事項は格納容器内酸素濃度を (常用計器) により代用監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内酸素濃度 (格納容器内酸素濃度)	2	0	②	2	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度を (常用計器) により代用監視可能 ②: 監視事項は格納容器内酸素濃度を (常用計器) により代用監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	フィルタ装置入口水素濃度	1	1	①	1	1	格納容器内圧力との関係から、フィルタ装置入口水素濃度を (常用計器) により代用監視可能 ①: 監視事項は格納容器内圧力との関係から、フィルタ装置入口水素濃度を (常用計器) により代用監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化は、監視事項は原子炉格納容器内圧力との関係から、監視可能 ①: 監視事項は原子炉格納容器内圧力との関係から、監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	フィルタ装置入口水素濃度 (SA)	2	0	①	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化は、監視事項は原子炉格納容器内圧力との関係から、監視可能 ①: 監視事項は原子炉格納容器内圧力との関係から、監視可能

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.7 原子炉格納容器の過圧破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
1.7.2.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2) 全交流動力電源喪失時の対応手順 a. 格納容器圧力速がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱(現場操作)	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置スクラビ	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置水位	2	2	①	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作手順書	最終ヒーティングの確保	フィルタ装置スクラビ	1	1	①	-	フィルタ装置圧力	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置圧力により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		フィルタ装置入口水素濃度	2	0	①	-	格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違







重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	SBO	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「BIV」初期 AM 設置別操作手順書 (MWC による下部 D/W 注水)	原子炉格納容器下部の溶融炉心の位置	格納容器内水素濃度	2	0	0	2	2	2	2	監視項目は主要バロメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	2	2	2	0	0	0	監視項目は主要バロメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		MWC 電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		MWC D 電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		P/C D-1 電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		P/C D-1 電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
水素の検出	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認		

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	SBO		
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3」 aj 等 AM 設置別操作手順書	電源	緊急用 M/C 電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認	
		緊急用 P/C 電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認	
		緊急用直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認	
		補機監視機能	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要バロメータにて確認
		補機監視機能	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要バロメータにて確認
		補機監視機能	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要バロメータにて確認
		補機監視機能	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要バロメータにて確認
		補機監視機能	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要バロメータにて確認
		補機監視機能	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要バロメータにて確認
		補機監視機能	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要バロメータにて確認

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	SBO	
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3a」 「注水-3b」 AM 設置別操作手順書 (注水-3b) aj 等 AM 設置別操作手順書 (注水-3b) aj 等	原子炉格納容器下部の溶融炉心の位置	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		ハバメータ	補助ハバメータ	補助ハバメータ	計器名称	SBO影響		計器名称	SBO影響	計器名称	SBO影響
			計器数	直後					直後	直後				
対応手段 非常時運転手 指示書(シフト シフト)による下部注 水)	原子炉格納容器下部の注水量	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	①	-	ドライウエル圧力(SI)	1	1	1	1	ドライウエル圧力(SI)	1
		サブプレッション・チェンバール温度	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力(SI)	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバール圧力(SI)	3
		サブプレッション・チェンバール圧力	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力(SI)	3	3	3	3	サブプレッション・チェンバール圧力(SI)	3
		格納容器下部水位	3	3	3	①	-	格納容器下部水位	1	1	1	1	格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器内の注水量	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内の注水量	1	1	1	1	原子炉格納容器内の注水量	1
		原子炉格納容器下部水位	3	3	3	①	-	原子炉格納容器下部水位	1	1	1	1	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	3	3	3	①	-	原子炉格納容器下部水位	1	1	1	1	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	3	3	3	①	-	原子炉格納容器下部水位	1	1	1	1	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	3	3	3	①	-	原子炉格納容器下部水位	1	1	1	1	原子炉格納容器下部水位	1
		原子炉格納容器下部水位	3	3	3	①	-	原子炉格納容器下部水位	1	1	1	1	原子炉格納容器下部水位	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		ハバメータ	補助ハバメータ	補助ハバメータ	計器名称	SBO影響		計器名称	SBO影響	計器名称	SBO影響
			計器数	直後					直後	直後				
対応手段 非常時運転手 指示書(シフト シフト)による下部注 水)	原子炉格納容器下部の注水量	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	ドライウエル圧力	1
		ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	①	-	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	8	ドライウエル雰囲気温度	8
		サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	0	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	0	2	サブプレッション・チェンバール圧力	2
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバール圧力	2
		サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	0	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	0	2	サブプレッション・チェンバール圧力	2
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		ハバメータ	補助ハバメータ	補助ハバメータ	計器名称	SBO影響		計器名称	SBO影響	計器名称	SBO影響
			計器数	直後					直後	直後				
対応手段 非常時運転手 指示書(シフト シフト)による下部注 水)	原子炉格納容器下部の注水量	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	ドライウエル圧力	1
		ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	①	-	ドライウエル雰囲気温度	2	2	2	2	ドライウエル雰囲気温度	2
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	2	2	サブプレッション・チェンバール圧力	2
		サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	0	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	0	2	サブプレッション・チェンバール圧力	2
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバール圧力	1

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後	計器数	直後					計器数	直後		
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の水位 監視	原子炉圧力容器内の水位監視レベル	2	1	0	①	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			原子炉圧力容器内の水位監視レベル	2	1	0	①	2	0	0	0	0	0	0
多岐な「ガード」対応手 順(「前号」による注水 「前号」による注水 (デブリ冷却))	原子炉圧 力容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の水位 監視	原子炉圧力容器内の水位監視レベル	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			原子炉圧力容器内の水位監視レベル	2	2	2	①	1	1	1	1	1	1	1
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の水位 監視	原子炉圧力容器内の水位監視レベル	4	4	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			原子炉圧力容器内の水位監視レベル	3	3	1	①	1	1	1	1	1	1	1
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の水位 監視	原子炉圧力容器内の水位監視レベル	2	2	1	①	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			原子炉圧力容器内の水位監視レベル	2	2	1	①	2	0	0	0	0	0	0
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の水位 監視	原子炉圧力容器内の水位監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			原子炉圧力容器内の水位監視レベル	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後	計器数	直後					計器数	直後		
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	10	10	①	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	10	10	①	-	1	1	1	1	1	1	1
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	2	2	②	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	2	2	②	-	1	1	1	1	1	1	1
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	1	1	①	-	10	10	10	10	10	10	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	1	1	①	-	10	10	10	10	10	10	10
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	2	2	②	-	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	2	2	②	-	1	1	1	1	1	1	1

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数	計器名称	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後	計器数	直後					計器数	直後		
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 b」等 AM設備別操 作手順書 (注水-3 b) AM設備別操 作手順書 (注水-3 b) AM設備別操 作手順書 (注水-3 b)	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	2
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 b」等 AM設備別操 作手順書 (注水-3 b) AM設備別操 作手順書 (注水-3 b)	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	2
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 b」等 AM設備別操 作手順書 (注水-3 b) AM設備別操 作手順書 (注水-3 b)	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	7	7	①	-	7	7	7	7	7	7	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	7	7	①	-	7	7	7	7	7	7	7
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 b」等 AM設備別操 作手順書 (注水-3 b) AM設備別操 作手順書 (注水-3 b)	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	2
異常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクション ト)「注水-3 b」等 AM設備別操 作手順書 (注水-3 b) AM設備別操 作手順書 (注水-3 b)	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部 水位	格納容器下部水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
			格納容器下部水位	2	2	①	-	2	2	2	2	2	2	2

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SBO
			計器名称	計器数	分類	計器名称	計器数	分類		
「シビリアン」の監視 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能	
「シビリアン」の監視 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能	
「シビリアン」の監視 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能	
「シビリアン」の監視 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能	
「シビリアン」の監視 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能	

重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	SBO
			計器名称	計器数	分類	計器名称	計器数	分類		
非常時運転手順表(シビリアン)記載の「注水 - 3」等	原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能	
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	分類	計器数	分類		
原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能
原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能
原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能
原子炉格納容器下部の圧力	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	原子炉格納容器下部の圧力	1	圧力	監視項目は主要なパラメータにて確認可能

- 設備の相違
- 【柏崎 6/7, 東海第二】
- 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違







重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO 影響 区分1 直流電源 を延命した場合は 区分別直流電源 を延命した場合		計器数	直後			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント [RPV制御])	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	格納容器内圧力(DP) 格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ール水温度	1	1	格納容器内圧力(DP)は 格納容器内圧力(S/C)の 上昇により代替監視 可能 サブプレッション・チェンバ ール水温度の上昇 により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ールの温度	1	1	①	格納容器内圧力(S/C) サブプレッション・チェンバ ール水温度	1	1	格納容器内圧力(S/C)は 格納容器内圧力(DP)の 上昇により代替監視可 能 サブプレッション・チェンバ ール水温度の上昇によ り代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 [D4注水] 多様なバザード対応手 順 [前防車による送水 (デブリ冷却)]	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレッション・チェンバ ールの水温度	3	3	①	格納容器内圧力(S/C) 格納容器下部水位	3	0	格納容器内圧力(S/C)は 格納容器内圧力(DP)の 上昇により代替監視可 能 サブプレッション・チェンバ ール水温度の上昇によ り代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格 納容器内 の注水量	3	3	①	格納容器内圧力(S/C) 格納容器下部水位	3	3	格納容器内圧力(S/C)は 格納容器内圧力(DP)の 上昇により代替監視可 能 格納容器下部水位の注 水による代替監視可能	
機械設備	可搬型代替注水ポンプ の出力	1	1	①	可搬型代替注水ポンプの 運転状態を確認するパ ラメータ	1	1	可搬型代替注水ポンプの 運転状態を確認するパ ラメータ	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
電源の備 保	防火水情 淡水貯水			③	「緊急時対策本部」に準 拠 「緊急時対策本部」に準 拠 「緊急時対策本部」に準 拠					

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO 影響 直後 負荷切り直し後		計器数	直後 負荷切り直し後			
非常時運転手 順書 (シビアアクシ デント [注水-3 等]) AM 設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は 原子炉水位 (S.A.広帯域)の 上昇により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	2	2	①	原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	原子炉水位 (S.A.広帯域)は 原子炉水位 (S.A.広帯域)の 上昇により代替監視可 能	
判 断 書 (注水-3 等)	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は 原子炉水位 (S.A.広帯域)の 上昇により代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は 原子炉水位 (S.A.広帯域)の 上昇により代替監視可 能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO 影響 直後 負荷切り直し後		計器数	直後 負荷切り直し後			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシ デント [注水-3等]) AM 設備別操 作手順書 (注水-3等) 多様なバザード対応手 順 [前防車による送水 (デブリ冷却)]	原子炉格納 容器内 の注水量	原子炉水位 (広帯域)	4	4	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は 原子炉水位 (S.A.広帯域)の 上昇により代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	4	4	①	原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は 原子炉水位 (S.A.広帯域)の 上昇により代替監視可 能	
判 断 書 (注水-3 等)	原子炉格納 容器内 の注水量	原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は 原子炉水位 (S.A.広帯域)の 上昇により代替監視可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)は 原子炉水位 (S.A.広帯域)の 上昇により代替監視可 能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	SBO影響	計器故障等	SBO
対応手段 緊急時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器内空間気体温度レ ベル(S/C)	2	1	0	0	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器内空間気体温度レ ベル(S/C)	2	1	0	0	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	原子炉注 力炉内 の温度	原子炉注力炉内温度	2	2	2	0	2	0	0	原子炉注力炉内温度計の故障により原子炉注力炉内温度を測定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉注力炉内温度を推定可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注力炉内温度	2	2	2	0	2	0	0	原子炉注力炉内温度計の故障により原子炉注力炉内温度を測定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉注力炉内温度を推定可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	原子炉注 力炉内 の水位	原子炉注力炉内水位	4	1	1	0	1	1	1	原子炉注力炉内水位計の故障により原子炉注力炉内水位を測定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉注力炉内水位を推定可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注力炉内水位	3	3	1	1	0	1	1	1	原子炉注力炉内水位計の故障により原子炉注力炉内水位を測定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉注力炉内水位を推定可能
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	原子炉注 力炉内 の水位	原子炉注力炉内水位	2	2	1	1	1	1	1	原子炉注力炉内水位計の故障により原子炉注力炉内水位を測定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉注力炉内水位を推定可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注力炉内水位	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉注力炉内水位計の故障により原子炉注力炉内水位を測定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉注力炉内水位を推定可能
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	原子炉注 力炉内 の水位	原子炉注力炉内水位	1	1	1	1	1	1	1	原子炉注力炉内水位計の故障により原子炉注力炉内水位を測定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉注力炉内水位を推定可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注力炉内水位	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉注力炉内水位計の故障により原子炉注力炉内水位を測定し、燃料温度/圧力の関係から原子炉注力炉内水位を推定可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	SBO影響	計器故障等	SBO
対応手段 異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	10	10	①	-	-	-	-	-	-
		格納容器下部水温	10	10	①	-	-	-	-	-	-
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	補機監視 機能	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		補機監視機能	185	185	③	溶融炉心の腐蝕を検知するパラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	SBO影響	計器故障等	SBO
対応手段 異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	補機監視機能	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	2	2	-	-	-	-	-	-	-
		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	2	2	-	-	-	-	-	-	-
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	水頭確保	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	1	1	①	代替注水流量(常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水ポンプを水源とする系統の流量を監視し、必要に応じて代替注水ポンプを起動可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	1	1	①	代替注水流量(常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水ポンプを水源とする系統の流量を監視し、必要に応じて代替注水ポンプを起動可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PWT制御] AM設備別操作手順書 (F L S ボンプによるベ ンチレーションによるP ワンプによる)	水頭確保	低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	1	1	①	代替注水流量(常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水ポンプを水源とする系統の流量を監視し、必要に応じて代替注水ポンプを起動可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧原子炉代替注水ポンプ出口圧力	1	1	①	代替注水流量(常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水ポンプを水源とする系統の流量を監視し、必要に応じて代替注水ポンプを起動可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO 影響		計器数	SBO 影響		評価	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後		
非常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「FPI 制御」 AM 設備別操作手順書 「形式ポンプによる下 部 D 注水」	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO 影響		計器数	SBO 影響		評価	SBO	
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後			
非常時運転手 続書 III (シビ リアアクシデ ント) 「注水 - 3 a」等 AM 設備別操 作手順書	水脈の確 保 ( 1 / 4 / 5)	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能	
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO 影響		計器数	SBO 影響		評価	SBO	
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後			
1. 8. 2. 1 原子炉格納容器下部に落下した溶融炉心の冷却のための対処手順 1. 溶融炉心落下による原子炉格納容器下部への注水 2. 溶融炉心落下による原子炉格納容器下部への注水 (シビアアクシデント) (注水 - 2) (注水 - 2) AM 設備別操作手順書 「注水 - 1」によるベガス 注水 (CWT) による格納容器 内注水	水脈の確 保 ( 1 / 5)	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能	
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能
		原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認 可能

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違





重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直流通過 を発生した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直流通過 を発生した場合			
事故時運転操作手順書 〔シビアアクシデント〕 〔RPV制御〕 AM 設備別操作手順書 〔炉心ポンプによる下 部 D/W 注水〕	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	-	1	1	格納容器内圧力(D/W) 又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバ ーの温度	1	1	①	-	3	3	サブプレッショ ン・チェンバ ーの温度の上 昇により代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
事故時運転操作手順書 〔シビアアクシデント〕 〔注水 - 3 a〕等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水量	サブプレッショ ン・チェンバ ーの注水量	3	3	①	-	3	0	監視可能であるサブプレッショ ン・チェンバ ーの注水量の 上昇により代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器下部注水量の注 水率の低下により代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
補機監視 機能 確保	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器内 の注水量	1	1	①	-	1	1	格納容器内注水量の注 水率の低下により代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		格納容器下部水位	3	3	①	-	3	3	格納容器下部注水量の注 水率の低下により代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		格納容器下部水位	3	3	③	ディーゼル駆動ポンプ出 力の運転状態を確認する パラメータ	1	1	ディーゼル駆動ポンプ出 力の低下により代替監視 可能	-	
		格納容器下部水位	3	3	③	代替水素の確保状態を確 認するパラメータ	3	3	代替水素の確保状態の悪 化により代替監視 可能	-	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
非常時運転手 順書Ⅲ (シビ アアクシデ ント) 〔注水 - 3 a〕等 AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の注水量	格納容器下部水位	10	10	①	-	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注 水量より、格納容器下部 水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		〔格納容器下部旁通 気温度〕	2	2	②	-	2	2	デブリの少量落下時 (デブリ堆積 高さ < 0.2m) において、格納容器 下部旁通気温度により、デブリが 冠水されていることを代替監視可 能	-	
		低圧代替注水系格納 容器への注水量	1	1	①	-	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、低圧代 替注水系格納容器下部注水量の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
事故時運転操作手順書 〔シビアアクシデント〕 〔注水 - 1 / ア ラーム - 2〕 AM 設備別操作手順書 〔注水 - 1 による 注水〕 〔注水 - 2 による 注水〕 〔注水 - 3 による 注水〕	原子炉格 納容器内 の注水量	原子炉格納容器下部注水量	2	2	①	-	2	2	原子炉格納容器下部注水量の注 水率の低下により代替監視 可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		〔格納容器下部旁通 気温度〕	1	1	②	-	1	1	デブリの少量落下時 (デブリ堆積 高さ < 0.2m) において、格納容器 下部旁通気温度により、デブリが 冠水されていることを代替監視可 能	-	
		低圧代替注水系格納 容器への注水量	1	1	①	-	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯水 設備水位の水位変化より、低圧代 替注水系格納容器下部注水量の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違





重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「取り制動」 「取り制動1」 AM設備別操作手順書 「運転による原子炉 注水」	電源	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器数	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	SBO
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	1	1	③	区分別	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-3」 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器数	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	SBO
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
第1表 重大事故等対処するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作手順書 「注水-1」によるベドスタル (CWT)による格納容器 プレイ	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器数	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	SBO
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	
			直後	2	2	①	区分別	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	計器故障等	計器故障等	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO
				計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後					
緊急時操作手順書 (シビアアクシデント) [注1] [注2] AM設備別操作手順書 (CWTによる原子炉 注水) [注3]	原子炉圧力 容器内の 圧力	1	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の断水を判定可 能であり、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認			
原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認							

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後					
緊急時操作手順書 (シビアアクシデント) [注1] [注2] AM設備別操作手順書 (CWTによる原子炉 注水) [注3]	原子炉圧力 容器内の 圧力	1	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	原子炉圧力(SA)と格納容器内圧力 (SC)の差圧から原子炉圧力容器の断水を判定可 能であり、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認	
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
				原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認		
原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ワメータにて確認						

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器数	計器名称	SBO影響	計器故障等	SBO				
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後									
緊急時操作手順書 (シビアアクシデント) [注1] [注2] AM設備別操作手順書 (CWTによる原子炉 注水) [注3]	原子炉格納容 器内の水位	1	格納容器水位測定 (SA)	格納容器水位測定	1	0	B-格納容器水位測定	1	0	0	0	0	格納容器水位測定	1	0	0	直後に格納容器内水位測定を計測することができ、監視可能			
				格納容器水位測定	1	0	[A-格納容器水位測定]	1	0	0	0	0	0	0	監視可能であればA-格納容器水位測定(常時計測)により代替監視可能	監視事項は主要パワ メータにて確認				
				格納容器水位測定	1	0	中低圧格納容器計測	4	0	0	0	0	0	0	0	中低圧格納容器計測又は平均出力側計測により、実時監視可能	監視事項は主要パワ メータにて確認			
				格納容器水位測定	1	0	中間領域計測	8	0	0	0	0	0	0	0	0	中間領域計測又は平均出力側計測により、実時監視可能	監視事項は主要パワ メータにて確認		
				格納容器水位測定	1	0	平均出力側計測	6	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	平均出力側計測	
				格納容器水位測定	1	0	格納容器水位測定	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
				格納容器水位測定	1	0	格納容器水位測定	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
				格納容器水位測定	1	0	格納容器水位測定	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
				格納容器水位測定	1	0	格納容器水位測定	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0
				格納容器水位測定	1	0	格納容器水位測定	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補償パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [EPA 制御] [E/B 制御]	原子炉圧力 の注水	復水補給水系統流量 (RR-A系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	水位である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	①	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (標準域)	3	3	原子炉水位 (広帯域) 及び 原子炉水位 (標準域) の水位変化により 代替監視可能	
AM 設備別操作手順書 [MCC による原子炉 注水]	原子炉注水 の注水	復水補給水系統流量 (RR-B系代 替注水流量)	1	1	①	①	1	1	復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	①	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (標準域)	3	3	原子炉水位 (広帯域) 及び 原子炉水位 (標準域) の水位変化により 代替監視可能	
操作 (2) (2)	補給配管 機能	復水移送ポンプ吐出ヘンダ圧 力	1	1	③	③	1	1	復水移送系の運転状態を 確認するパラメータ	1	1		
			3	3	①	①	3	3	高圧代替注水系統流量 復水補給水系統流量 (RR-A系代 替注水流量) 復水補給水系統流量 (RR-B系代 替注水流量) 原子炉冷却時冷却系統流量 高圧炉心注水系統流量 復水補給水系統流量 (格納容器下 部注水流量) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (標準域)	1	1	復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化により、 復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
電源 (3) (2)	補給監視 機能	M/C 2D電圧	1	1	③	③	1	1	受電状態を確認 するパラメータ	1	1		
			1	1	③	③	1	1	非常用 P/C の 受電状態を確認 するパラメータ	1	1		
電源 (3) (2)	補給監視 機能	P/C 2D電圧	1	1	③	③	1	1	受電状態を確認 するパラメータ	1	1		
			1	1	③	③	1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1		
水源の確 保	補給監視 機能	前脚柱位置指示	185	185	③	③	1	1	溶融炉心の微候 を感知するパラ メータ	1	1		
			1	0	③	③	1	0	代替注水系統の確 保状態を確認す るパラメータ	1	1		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補償パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
		計器数	直後			直後	直後		計器数	直後			
非常時運転手 順書 III (シビ リアクシデン ト) [注水-3 等]	原子炉格 納容器下部 の温度	M/C 2D電圧	1	1	③	③	1	1	非常用 M/C の 受電状態を確認 するパラメータ	1	1		
			1	1	③	③	1	1	非常用 P/C の 受電状態を確認 するパラメータ	1	1		
判断 基準	電源	直流125V 主母線盤 2 B電圧	1	1	③	③	1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1		
			185	185	③	③	1	1	溶融炉心の微候 を感知するパラ メータ	1	1		
作手順書	水源の確 保	ろ過水貯蔵タンク水 位	1	0	③	③	1	0	代替注水系統の確 保状態を確認す るパラメータ	1	1		
			1	0	③	③	1	0	代替注水系統の確 保状態を確認す るパラメータ	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補償パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後			直後	直後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2]	原子炉格納 容器下部の 温度	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	①	①	2	2	サブプレッシャ・チェンバ の圧力 (SA)	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 ドライウエル圧力 (SA) 及び サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			7	7	①	①	7	7	燃料温度/圧力の関係から、 ドライウエル圧力 (SA) 及び サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 ドライウエル圧力 (SA) 及び サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	
操作 (1) (2)	原子炉格納 容器下部の 温度	サブプレッシャ・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	①	①	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 サブプレッシャ・チェンバ の圧力 (SA) により代替監視可能	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			7	7	①	①	7	7	燃料温度/圧力の関係から、 サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	
操作 (1) (2)	原子炉格納 容器下部の 温度	ドライウエル圧力 (SA)	7	7	①	①	7	7	燃料温度/圧力の関係から、 ドライウエル圧力 (SA) 及び サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	7	7	燃料温度/圧力の関係から、 ドライウエル圧力 (SA) 及び サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	①	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 ドライウエル圧力 (SA) 及び サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 ドライウエル圧力 (SA) 及び サブプレッシャ・チェンバの 圧力 (SA) により代替監視可能	
操作 (1) (2)	原子炉格納 容器下部の 温度	ベグスタル温度 (SA)	2	2	①	①	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 ベグスタル温度 (SA) により 代替監視可能	2	2	燃料温度/圧力の関係から、 ベグスタル温度 (SA) により 代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			7	7	①	①	7	7	燃料温度/圧力の関係から、 ベグスタル温度 (SA) により 代替監視可能	7	7	燃料温度/圧力の関係から、 ベグスタル温度 (SA) により 代替監視可能	











重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「IA/B 初期」 「IA/B 中期」 AM 設備別操作手順書 (「消防車による原子炉 注水」) 多様なハザード対応手 順 「消防車による送水 (デブリ冷却)」	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水補給水系流量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	-	計器故障等 SBO
		復水補給水系流量(BWR B 系代 替注水量)	1	1	①	①
補機駆動 機	可搬型代替注水ポンプ吐出圧 力					
水源の種 別	防火水槽 淡水貯水池					

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器名称	計器数				計器名称
異常警報発生 アラート アラート 「注水 - 3 a)」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	1	-	計器故障等 SBO	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	1	①	①	①
異常警報発生 アラート アラート 「注水 - 3 a)」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2
原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数			
異常警報発生 アラート アラート 「注水 - 3 a)」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	-	計器故障等 SBO
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	①	①
異常警報発生 アラート アラート 「注水 - 3 a)」等 AM 設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2
		原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響		計器数			SBO影響					
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後				
手動運転時(シフトアラーム) / 注水時 / AM設備別操作手順書「注水」による原子炉注水	格納容器内圧力監視装置	格納容器内圧力監視装置	2	1	0	①	-	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
	格納容器内圧力監視装置	格納容器内圧力監視装置	2	1	0	①	-	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認	
AM設備別操作手順書「注水」による原子炉注水	原子炉圧力監視装置	原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉圧力監視装置	原子炉圧力監視装置	2	2	2	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
判断基準(3/2)	原子炉圧力監視装置内の水位	原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		原子炉圧力監視装置	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器数			SBO影響 直後	負荷切り離し後				
判断基準(3/2)	電源	格納容器下部水温	10	10	10	①	-	10	10	10	10	-	-	-
			M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			直流125V主母線盤2A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			直流125V主母線盤2B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			制御棒位置指示	185	185	0	③	溶融炉心の微候を検知するパラメータ	185	185	0	-	-	-
			復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	2	0	0	-	-	-
			補機監視機能	185	185	0	③	溶融炉心の微候を検知するパラメータ	185	185	0	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
判断基準(3/2)	電源	原子炉圧力	2	2	2	1	①	-	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-
			原子炉圧力	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	-	-	-

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



