

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				
		計器数	直後   SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	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 (シビアアク シデント)等 AM降圧制御 作手観望	原子炉格納容器内の温度	8	8	①	ドライウェル圧力 サブプレッション・プールの温度 サブプレッション・プールの圧力	1	1	絶対湿度/圧力の関係から、ドライウェル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	2	2	①	サブプレッション・プールの温度 サブプレッション・プールの圧力	3	3	サブプレッション・プールの温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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 (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	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	2	0	0	原子炉格納容器内の温度	2	2	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	1	1	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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 (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	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	1	1	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	1	1	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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

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				
		計器数	直後   SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	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 (シビアアク シデント)等 AM降圧制御 作手観望	原子炉格納容器内の温度	2	0	①	原子炉格納容器内の温度	2	0	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	2	0	0	原子炉格納容器内の温度	2	0	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	2	0	0	原子炉格納容器内の温度	2	0	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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 (2)	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	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	1	1	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	1	1	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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 (2)	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	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	1	1	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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	1	1	1	原子炉格納容器内の温度	1	1	原子炉格納容器内の温度/圧力の関係からサブプレッション・プールの圧力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

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

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	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	補助理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響   負荷切り離し後
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	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	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	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	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	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	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	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	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	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 ウエル蒸気開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 開気温度	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 ェンバ蒸気開 気温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸 気開気温度	2	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンバ蒸気開気温度に より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作 (1、 2)	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル蒸気開 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 ェンバ蒸気開 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・プール水温度の 温度変化によりサブプレッション・ チェンバ蒸気開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 度の注水量	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・チェンバ蒸気開気温 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													
		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	SBO			
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	機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	水源の確 保	サブレーション・ブ ール水位	1	1	1	①	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	機 作 (2 / 2)	機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	2	2	2	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	1	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 出圧力	3	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
		機留熱除去系ポンプ吐 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			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	バラムメータ 分組理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	計器故障等
1.6.2.2 原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) サポート系統故障時の対応手順 a. 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 (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率 格納容器内放射線モニタ (D/W) 格納容器内放射線モニタ (S/C)	2 2	① ①	2 2	2 2	2 2	2 2	監視事項は抽出パラメータにて確認 監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (1, 2, 3)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	2		原子炉圧力 (SA)	2	1	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
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	2		原子炉水位 (広帯域)	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
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	4	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が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 監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	4	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1
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	①	サブプレッション・チェンバースの温度	2	0	2	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
		サブプレッション・チェンバース水温度	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・プールの温度変化によりサブプレッション・チェンバース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
		サブプレッション・チェンバース水温度	2	①	サブプレッション・チェンバースの温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係からサブプレッション・チェンバース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		
対応手段 異常時運転手 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	-	-	-	-	-	-
		直送125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		直送125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		緊急用直送125V主母 線盤電圧	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	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		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	-	-	-	-	-	-
		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
		高圧炉内冷却水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却水系統流量	3	0	0	高圧炉内冷却水系統流量	3	0	0	
		高圧炉内冷却水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却水系統流量	2	2	2	高圧炉内冷却水系統流量	2	2	2	
		高圧炉内冷却水系統流量	1	1	1	高圧炉内冷却水系統流量	1	1	1	
		高圧炉内冷却水系統流量	1	0	0	高圧炉内冷却水系統流量	1	0	0	
		高圧炉内冷却水系統流量	3	0	0	高圧炉内冷却水系統流量	3	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	サプレッション・プール水位	1	1	①	サプレッション・チェンバ内水位	1	1	1	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		サプレッション・プール水位	3	3	①	サプレッション・チェンバ内水位	3	3	①	
		残熱除去系統入口温度	2	0	0	残熱除去系統入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統入口温度	2	0	0	残熱除去系統入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統入口温度	2	0	0	残熱除去系統入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統入口温度	2	0	0	残熱除去系統入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統入口温度	2	0	0	残熱除去系統入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統入口温度	2	0	0	残熱除去系統入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統入口温度	2	0	0	残熱除去系統入口温度	2	0	0	
		残熱除去系統入口温度	2	0	0	残熱除去系統入口温度	2	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  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  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	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	1	1	1	1	
		高圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	0	0	0	0	0	0	
		残留熱除去系統流量	3	0	0	0	0	0	0	0	
		低圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	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	
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	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	
		高圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	1	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			
低圧炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	1	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



・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	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	SBO影響		計器名称	SBO影響		計器故障等	
				直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後		
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) による原子炉格納容器内へのスプレイ 非常時手順書 II (後継ベース) / PCV圧力制御等 非常時手順書 III (シビアアクシデント) (除熱-1J) 等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力 格納容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	原子炉水位 (SA広帯域)	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	高圧代替注水系統流量	1	1	
		原子炉圧力	2	2	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン用)	1	1	
		原子炉水位	2	2	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	
		原子炉水位	2	2	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン用)	1	1	
		原子炉水位	2	2	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流 量 (可搬ライン狭帯域用)	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 可能
		原子炉圧力	2	2	1	1	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	
		原子炉圧力	2	2	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	
		原子炉圧力	2	2	1	1	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	
		原子炉圧力	2	2	1	1	残留熱除去系系統流量	3	0	
					低圧炉心スプレイ系統流量	1	0			
					原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバー 力の差圧から原子炉圧力容器の蒸 水を推定可能		
					サブプレッション・チェンバ 力	2	2			
					原子炉圧力 (SA)	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

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		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	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	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 非常時手順書Ⅲ (シビアクシデント) 「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の水位 の水位 判 断 準 則 (2 5)	原子炉圧力帯域 原子炉圧力帯域 原子炉圧力帯域	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	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	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉水位 (燃料帯域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料帯域)	2	2	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		
			高圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	①	高圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水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		
			低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン帯域域用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン帯域域用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水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		
			低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水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		
			代替循環冷却系原子炉注水量	1	1	①	代替循環冷却系原子炉注水量	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水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		
			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	原子炉圧力容器へ注水している系の注水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		
			高圧炉心スプレー系系統流量	1	1	①	高圧炉心スプレー系系統流量	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系の注水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		
			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	原子炉圧力容器へ注水している系の注水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		
			低圧炉心スプレー系系統流量	1	0	0	低圧炉心スプレー系系統流量	1	0	0	原子炉圧力容器へ注水している系の注水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		
原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャロン・チェンバールの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能					
サブプレッシャロン・チェンバール	2	2	2	サブプレッシャロン・チェンバール	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッシャロン・チェンバールの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能					
					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 (微候ベース) (PCV圧力制御) 等	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	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
		ドライウエル圧力	1	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
非常時手順書Ⅲ (シビアアクシデント) (除熱-1) 等	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッション・チェンバーステンパ圧力	1	1	1	1	1	2	2	2	格納容器/圧力の関係から、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	2	2	2	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
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	8	1	1	1	1	ドライウエル圧力及びサブプレッション・チェンバーステンパ圧力の変化により、ドライウエル雰囲気温度の代替監視可能
		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	3	3	3	3	サブプレッション・プールの温度の変化によりサブプレッション・チェンバーステンパ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

1.6 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	1	1	1	計器故障等	SBO	
		1	1	1	抽出パラメータ	1	1	1	代替パラメータ	1	1
		1	1	1	補助パラメータ	1	1	1	補助パラメータ	1	1
		1	1	1	分類	1	1	1	分類理由	1	1
		1	1	1	抽出パラメータ	1	1	1	抽出パラメータ	1	1
		1	1	1	補助パラメータ	1	1	1	補助パラメータ	1	1
		1	1	1	抽出パラメータ	1	1	1	抽出パラメータ	1	1
		1	1	1	補助パラメータ	1	1	1	補助パラメータ	1	1
		1	1	1	抽出パラメータ	1	1	1	抽出パラメータ	1	1
		1	1	1	補助パラメータ	1	1	1	補助パラメータ	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

1.6 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				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	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時手順書 II (徴収ベ- 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	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	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	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 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	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	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	監視パラメータ												
	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	
		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 非常時手順書 II (徴候ベ 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	-	サブプレッション・チェンバ 圧力	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	①	-	ドライウエル圧 力	2	2	2	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 温度	8	8	8	①	-	サブプレッ ション・チェ ンバ圧力	2	0	0	ドライウエル圧力及びサブプレッ ション・チェンバ圧力の変化によ り、ドライウエル温度の代 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・チ ェンバ圧 力	2	2	2	①	-	サブプレッ ション・プ ール水温度 度	3	3	3

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				
非常時手順書 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	補機監視 吐出圧力	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-		
非常時手順書 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	1	
			代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	2	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	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	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	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	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	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	SBO
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	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・プールの水温	3	3	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	
非常時手順書 II (重燃ペー ス) (重燃ペー ス) / S/P 温度 制御   等 非常時手順書 II (重燃ペー ス) / S/P 温度 制御   等 AM設備別操 作手順書 1 / 2	M/C 2 C 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 2 C 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 2 D 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 2 D 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	-	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		原子炉隔離時冷却系原子炉注水流 量	2	2	
							高圧炉心スプレ-イ系統流量	1	0	
							残留熱除去系統流量	3	0	
							低圧炉心スプレ-イ系統流量	1	0	
							常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							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	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
							高圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	1	0	
							残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	
							低圧炉心スプレ-イ系ポンプ吐 出圧力	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

・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 (微核ベース) / P温度制御」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温度	サブレーション・プール水温度	3	3	3	①	-	サブレーション・チェンバースの温度変化によりサブレーション・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	-	除熱先の温度変化により代替監視可能	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認
		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と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	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器への注水量	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系系統流量 (残留熱除去系熱交換器)	2	0	0	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	2	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		補機監視吐出圧力	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	0	-	-	-	2	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				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 (シビアア クシデンント) (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

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		計器名称	計器数	SBO影響	評価	SBO
			計器名称	計器数	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) [PCV制御] [取B制御] AM設備別操作手順書 [炉心相関係PCVベント用(S/C)] [炉心相関係PCVベント(ワイヤカペン)ベント(0.9)] [炉心相関係PCVベント(0.9)]	原子炉格納容器内の温度	①	ドライウェル雰囲気温度	2	2	格納容器内圧力(D/W)	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	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	-
			サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	1	1	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	1	1	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			格納容器内水素濃度	2	0	格納容器内水素濃度(SA)	1	1	格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			格納容器内水素濃度	2	2	格納容器内水素濃度	2	2	格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			M/C電圧	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	
			P/C電圧	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	
			電圧	1	1	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	1	1	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	

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	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		計器名称	計器数	SBO影響	評価	SBO
			計器名称	計器数	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) [取B制御] AM設備別操作手順書 [炉心相関係PCVベント用(S/C)] [炉心相関係PCVベント(ワイヤカペン)ベント(0.9)] [炉心相関係PCVベント(0.9)]	原子炉格納容器内の温度	①	ドライウェル雰囲気温度	8	8	ドライウェルの圧力	1	1	ドライウェルの圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	-
			サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	3	3	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			格納容器内水素濃度	2	0	格納容器内水素濃度(SA)	1	1	格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			格納容器内水素濃度	2	2	格納容器内水素濃度	2	2	格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			M/C電圧	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	
			P/C電圧	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	
			電圧	1	1	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	1	1	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	

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

1.7 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		計器名称	計器数	SBO影響	評価	SBO
			計器名称	計器数	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) [取B制御] AM設備別操作手順書 [炉心相関係PCVベント用(S/C)] [炉心相関係PCVベント(ワイヤカペン)ベント(0.9)] [炉心相関係PCVベント(0.9)]	原子炉格納容器内の温度	①	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	-
			サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度	2	2	サブプレッション・チェンバ・雰囲気温度の上昇により代替監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			格納容器内水素濃度	2	0	格納容器内水素濃度(SA)	1	1	格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			格納容器内水素濃度	2	2	格納容器内水素濃度	2	2	格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度	4	4	原子炉格納容器内の水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ベント用パラメータにて確認	
			M/C電圧	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	非常用M/Cの変電状態を監視するパラメータ	
			P/C電圧	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	1	1	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	非常用P/Cの変電状態を監視するパラメータ	
			電圧	1	1	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	1	1	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	直電電源設備の受電状態を監視するパラメータ	

・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



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/W)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W) 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格 納容器内 の温度	1	1	1	①			格納容器内圧力(S/C) サブプレッジョン・チェンバ ール水温度 サブプレッジョン・チェンバ ール水温度	1	1	3	格納容器内圧力(S/C) 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(フィルタタベン ト)用(S/O)) (炉心損傷後PVCベン ト(フィルタタベン ト)用(D/W))	補機駆動 機能	サブプレッジョン・チェンバ ール水温度	3	3	3	①			格納容器内圧力(S/C) [サブプレッジョン・チェンバ ール水温度]	3	0	0	格納容器内圧力(S/C) 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		フィルタ駆動水位	2	2	2	①			サブプレッジョン・チェンバ ール水温度	1	1	1	格納容器内圧力(S/C) 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		フィルタ駆動入口圧力	1	1	1	①			格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C) 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		フィルタ駆動出口駆動電圧	2	2	2	①			格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	格納容器内圧力(S/C) 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 アアクシデ 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
		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
									低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用)	1	1	1	
									低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	
									低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用)	1	1	1	
									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	
									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	
									低圧炉心スプレイ系系統流量	1	0	0	
									原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッジョン・チェンバ ールの差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能
									サブプレッジョン・チェンバ ール水温度	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

1.7 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 (RHARRによる格納容器 監視)	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	
									代替注水流速(常設)	1	1	1	
									低圧原子炉代替注水流速(狭帯域 用)	2	2	2	
									原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	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代替監視可能
									高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	
									残留熱除去ポンプ出口流量	3	0	0	
									低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	
									残留熱除去ポンプ出口流量	1	1	1	
									原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) とサブプレッジ ョン・チェンバール水温度の差圧から原子炉圧力容 器の満水を推定可能
									サブプレッジョン・チェンバ ール水温度	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

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	評価
			計器数	SBO影響		計器数		
				直後	区分別直後電圧を発生した割合			
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】	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	1	0	0	0	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉格納容器内空気を放射線レベル監視	2	1	0	0	0	エア放熱線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器温度	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器温度は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器温度	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器温度は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	1	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	1	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	1	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	1	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	1	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	1	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認

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	評価
			計器数	SBO影響		計器数		
				直後	区分別直後電圧を発生した割合			
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認

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	評価
			計器数	SBO影響		計器数		
				直後	区分別直後電圧を発生した割合			
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
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】	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認
	原子炉圧力容器水位	2	2	2	0	0	原子炉圧力容器水位は放射線レベル監視と併せて監視可能	監視事項は主要ベ ルメータにて確認

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

1.7 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 【フィルタバベント停 止後のA(バーン)】	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 ザード発生に 監視事項は主要ハ ザード発生に
			直後	直後	直後	直後	
多様なハザード対応 手順 【フィルタ装置スタ ラバ次回調整】	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 ザード発生に 監視事項は主要ハ ザード発生に
			直後	直後	直後	直後	
多様なハザード対応 手順 【ドレン移送ライン A(バーン)】	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 ザード発生に 監視事項は主要ハ ザード発生に
			直後	直後	直後	直後	
多様なハザード対応 手順 【ドレンタンク水抜 き】	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 ザード発生に 監視事項は主要ハ ザード発生に
			直後	直後	直後	直後	

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	
非常時運転手 による アラーム 等 AM設備警報 作手順書	原子炉圧 力容器 注水量 の注水量 の注水量	-	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			直後	直後	直後	直後	
操作	原子炉圧 力容器 注水量 の注水量	-	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			直後	直後	直後	直後	
操作	原子炉圧 力容器 注水量 の注水量	-	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			直後	直後	直後	直後	
操作	原子炉圧 力容器 注水量 の注水量	-	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			直後	直後	直後	直後	

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	
非常時運転手 による アラーム 等 AM設備警報 作手順書	原子炉圧 力容器 注水量 の注水量	-	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			直後	直後	直後	直後	
操作	原子炉圧 力容器 注水量 の注水量	-	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			直後	直後	直後	直後	
操作	原子炉圧 力容器 注水量 の注水量	-	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			直後	直後	直後	直後	

・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				計器名称	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合	SBO影響		SBO
			計器数	直後	直後	直後						計器数	直後	
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 (1)交流電源が健全である場合に格納容器内の減圧及び除熱 b. 代替循環冷却系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 事後時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV制御] AM設備別操作手順書 (代替循環冷却系による 「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(S/C)	2	1	0	①	—	2	0	0	0	0	0	監視事項は主電源 ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	—	2	0	0	0	0	0	監視事項は主電源 ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	2	2	①	—	3	3	1	1	1	1	監視事項は主電源 ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	2	2	①	—	3	3	1	1	1	1	監視事項は主電源 ラメータにて確認	
原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	1	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	監視事項は主電源 ラメータにて確認	
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	1	1	1	①	—	1	1	1	1	1	1	監視事項は主電源 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				計器名称	計器数	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合	計器数	直後	直後	直後	計器故障等	SBO
			計器数	直後	直後	直後										
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	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	2	2	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	2	2	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	1	1	1	①	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	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

1.7 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				計器名称	計器数	補助パラメータ 分類理由	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合	計器数	直後	直後	直後	計器故障等	SBO
			計器数	直後	直後	直後										
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	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	2	2	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	2	2	2	③	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	1	1	1	①	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—	
	原子炉格納容器内の放射線レベル(S/C)	1	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

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

1.7 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		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合		バロメータ 分類	計器数		SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合			
事故時運転操作手順書 (シニアアラウンド) 1)CV起動 機設備の故障、手順書 (代替機設備)の異常によ るCV内の減圧及び停機	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(D/W)	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 ラメータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		サブプレッション・チェンバ ー温度	1	1	①	—	サブプレッション・チェンバ ー内圧力(S/C)	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー内圧力(S/C)の上昇 により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
異常発生 (2)	原子炉格 納容器内 の温度	サブプレッション・チェンバ ーの温度	3	3	①	—	サブプレッション・チェンバ ー内圧力(S/C)	3	3	3	サブプレッション・チェンバ ー内圧力(S/C)の上昇 により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		格納容器内温度	2	0	①	—	格納容器内圧力(D/W)又は 格納容器内圧力(S/C)	2	1	0	格納容器内圧力(D/W)又は 格納容器内圧力(S/C)の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
異常発生 (2)	最終ヒート シンク の温度	原子炉格納容器内温度	1	0	①	—	原子炉格納容器内温度	1	1	0	原子炉格納容器内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		最終ヒートシンクの温度	1	0	①	—	最終ヒートシンク内温度	1	1	0	最終ヒートシンク内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
異常発生 (2)	水戻の確 率	サブプレッション・チェンバ ーの水戻	1	1	①	—	サブプレッション・チェンバ ー内圧力(S/C)	1	1	1	サブプレッション・チェンバ ー内圧力(S/C)の上昇 により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		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	1	原子炉格納容器内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	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		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合		バロメータ 分類	計器数		SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合			
異常発生 (2)	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は 格納容器内圧力(S/C)の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内温度	2	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は 格納容器内圧力(S/C)の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
異常発生 (2)	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	4	4	①	—	原子炉格納容器内温度	4	4	4	原子炉格納容器内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		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	1	原子炉格納容器内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
異常発生 (2)	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	1	原子炉格納容器内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		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	1	原子炉格納容器内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	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		抽出バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類		計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合		バロメータ 分類	計器数		SBO影響 区分I 事故電源区分II 事故電源 を延長した場合			
異常発生 (2)	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	2	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は 格納容器内圧力(S/C)の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		原子炉格納容器内温度	2	2	①	—	格納容器内圧力(D/W)	2	2	2	格納容器内圧力(D/W)又は 格納容器内圧力(S/C)の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
異常発生 (2)	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器内温度	4	4	①	—	原子炉格納容器内温度	4	4	4	原子炉格納容器内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ ロメータにて確認
		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	1	原子炉格納容器内温度の上 昇により代替監視ラメ ータにて確認	監視事項は主要バ 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

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		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			計器数	事後 区分別			計器数	事後 区分別								
異常時運転手 の手順等 (シビアアクシデント [CV 制御]) AM設備別検出 異常時運転手 の手順等 (代替格納容器の 圧力低下による 格納容器の過圧 防止)等 AM設備別検出 異常時運転手 の手順等 (代替格納容器の 圧力低下による 格納容器の過圧 防止)等	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位(SA)	4	4	1	①	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認	
			3	3	1	①	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1		
			2	2	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			2	2	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			3	3	3	①	3	①	3	原子炉水位(SA)	3	3	3	3		3
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1

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		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
			計器数	事後 負荷切り履上後			計器数	事後 負荷切り履上後								
異常時運転手 の手順等 (シビアアクシデント [除熱-1]) 等 AM設備別検出 異常時運転手 の手順等	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位(SA)	4	4	1	①	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認	
			3	3	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			2	2	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			2	2	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			3	3	3	①	3	①	3	原子炉水位(SA)	3	3	3	3		3
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1
			1	1	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	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

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		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
			計器数	事後 負荷切り履上後			計器数	事後 負荷切り履上後									
異常時運転手 の手順等 (シビアアクシデント [CV 制御]) AM設備別検出 異常時運転手 の手順等 (代替格納容器の 圧力低下による 格納容器の過圧 防止)等 AM設備別検出 異常時運転手 の手順等 (代替格納容器の 圧力低下による 格納容器の過圧 防止)等	原子炉格納容器内の水位	原子炉水位(SA)	2	2	1	①	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	監視項目は主要バロメータにて確認		
			2	2	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1	
			2	2	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1	1
			2	2	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1	1
			2	2	1	①	1	①	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	1		1	1
			2	2	2	①	2	①	2	原子炉水位(SA)	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	①	2	①	2	原子炉水位(SA)	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	①	2	①	2	原子炉水位(SA)	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	①	2	①	2	原子炉水位(SA)	2	2	2	2		2	2
			2	2	2	①	2	①	2	原子炉水位(SA)	2	2	2	2		2	2

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後			計器数	直後		
対応手段 異常時運転手 監視 (シビアアクシデント) AM設置別機組監視 (FCV/SIによる格納容器 レベル) 原子炉出力異常対策手順書 (格納容器フィルタベント 異常検出)	原子炉格納容器の過圧破損	ドライアウト監視装置	2	2	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視 異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視 異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		サブプレッション・チェンバール内温度	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (3 / 3)	原子炉格納容器の過圧破損	原子炉格納容器内圧力監視装置	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		原子炉格納容器内圧力監視装置(2号炉)	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (2 / 2)	原子炉格納容器の過圧破損	原子炉格納容器内圧力監視装置(3号炉)	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		原子炉格納容器内圧力監視装置(4号炉)	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (2 / 2)	原子炉格納容器の過圧破損	原子炉格納容器内圧力監視装置(5号炉)	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		原子炉格納容器内圧力監視装置(6号炉)	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (2 / 2)	原子炉格納容器の過圧破損	原子炉格納容器内圧力監視装置(7号炉)	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		原子炉格納容器内圧力監視装置(8号炉)	1	1	①	①	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視

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

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後			計器数	直後		
対応手段 異常時運転手 監視 (シビアアクシデント) AM設置別機組監視 (FCV/SIによる格納容器 レベル) 原子炉出力異常対策手順書 (格納容器フィルタベント 異常検出)	原子炉格納容器の過圧破損	M/C 2C電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		P/C 2C電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (3 / 3)	原子炉格納容器の過圧破損	M/C 2D電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		P/C 2D電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (2 / 2)	原子炉格納容器の過圧破損	緊急用M/C電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		緊急用P/C電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (2 / 2)	原子炉格納容器の過圧破損	直圧15V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		直圧15V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (2 / 2)	原子炉格納容器の過圧破損	緊急用直圧15V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		緊急用直圧15V主母線電圧	1	1	③	③	1	1	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視

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

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後			計器数	直後		
対応手段 異常時運転手 監視 (シビアアクシデント) AM設置別機組監視 (FCV/SIによる格納容器 レベル) 原子炉出力異常対策手順書 (格納容器フィルタベント 異常検出)	原子炉格納容器の過圧破損	サブプレッション・プール水位(SA)	1	1	①	①	2	2	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		原子炉格納容器内圧力監視装置	6	6	①	①	2	2	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
監視 (2 / 2)	原子炉格納容器の過圧破損	原子炉格納容器内圧力監視装置	2	2	①	①	2	2	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視
		原子炉格納容器内圧力監視装置	2	2	①	①	2	2	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視	異常時運転手による監視 異常時運転手による監視

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

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		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後			
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 (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で対応可能な場合	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置	2	1	0	0	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置	2	1	0	0	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
1.7.2.2 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (2)原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置	2	2	2	2	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタの異常検出により、原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止を延命した場合
		原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置	2	2	2	2	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタの異常検出により、原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止を延命した場合
1.7.2.3 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (3)原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置	2	2	2	2	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタの異常検出により、原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止を延命した場合
		原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置	2	2	2	2	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタの異常検出により、原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止を延命した場合
1.7.2.4 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (4)原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置	2	2	2	2	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタの異常検出により、原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止を延命した場合
		原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置	2	2	2	2	3	3	1	1	原子炉格納容器内の放射線モニタの異常検出により、原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタリング装置の異常検出による冷却ガス供給停止を延命した場合

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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	SBO影響	SBO影響	計器故障等	SBO	
		計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後								
非常時運転手順書(シビリアクシデン) [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の放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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
操作(2/3)	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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
操作(2/3)	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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
操作(2/3)	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	SBO影響	SBO影響	計器故障等	SBO	
		計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後								
非常時運転手順書(シビリアクシデン) [放出] AM設備別操作手順書 [FCV/SIによる格納容器の冷却] 原子炉格納容器内の放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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
操作(2/3)	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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
操作(2/3)	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	原子炉格納容器内の放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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放射線レベルの放射線モニタ	1	1	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

・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

1.7 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: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Contains monitoring items for containment vessel overpressure prevention.

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: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Contains monitoring items for containment vessel overpressure prevention at Tokai 2nd.

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

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Contains monitoring items for containment vessel overpressure prevention at Shimane.

・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				計器設備等	評価
		計器名称	計器数	ハロメータ分類	補助バロメータ分類理由	計器名称	計器数	SDO影響	SDO影響		
対処手段 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV制御 R/B制御 AM設備別操作手順書 [炉心損傷後PCVベント(フィルタタペント)使用(S/O)] [炉心損傷後PCVベント(フィルタタペント)使用(D/W)]	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル管理気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバの温度	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバの温度	1	1	1	サブプレッション・チェンバ・ブール本温度の上昇により代替監視可能
2 ②	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・チェンバ・ブール水温度	3	3	①	-	サブプレッション・チェンバ・ブール水温度	3	3	3	飽和温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能
		格納容器内水素濃度	2	0	①	-	格納容器内水素濃度	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
2 ③	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	①	-	格納容器内水素濃度	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内水素濃度	8	8	①	-	格納容器内水素濃度	4	4	4	格納容器内水素濃度の代替監視可能
2 ④	電源	原子炉格納容器内水素濃度	4	4	①	-	原子炉格納容器内水素濃度	4	4	4	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内水素濃度	1	1	①	-	原子炉格納容器内水素濃度	1	1	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能

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

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				計器設備等	評価
		計器名称	計器数	ハロメータ分類	補助バロメータ分類理由	計器名称	計器数	SDO影響	SDO影響		
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) 交感動力電流の増大による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (2) 第二冷却圧室の正圧化	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内放射線量	2	2	①	-	原子炉格納容器内放射線量	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線量	2	2	①	-	原子炉格納容器内放射線量	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内放射線量	4	4	①	-	原子炉格納容器内放射線量	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	-	原子炉格納容器内放射線量	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	-	原子炉格納容器内放射線量	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	-	原子炉格納容器内放射線量	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能

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

・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				計器設備等	評価
		計器名称	計器数	ハロメータ分類	補助バロメータ分類理由	計器名称	計器数	SDO影響	SDO影響		
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) 交感動力電流の増大による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (2) 第二冷却圧室の正圧化	原子炉格納容器内の放射線量	原子炉格納容器内放射線量	2	2	①	-	原子炉格納容器内放射線量	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線量	2	2	①	-	原子炉格納容器内放射線量	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内放射線量	4	4	①	-	原子炉格納容器内放射線量	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	-	原子炉格納容器内放射線量	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	-	原子炉格納容器内放射線量	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内放射線量	1	1	①	-	原子炉格納容器内放射線量	1	1	1	直接的に格納容器内放射線量を計測することができ、監視可能

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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロ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	計器数	計器名称		
手動時運転手順書 (シフト/アシスタント) (FCV 制御) (注B 制御)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(SiC)	2	1	0	0	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
		2	1	0	0	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
		2	0	0	0	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
		2	2	2	2	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
AM 設備別操作手順書 (炉心損傷後 FCV ベント (フィルタベント) 用 (SiC)) (炉心損傷後 FCV ベント (フィルタベント) 用 (D/W))	原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	8	0	4	4	4	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度の水位	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力 (D/W)	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力 (SiC)	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロ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	計器数	計器名称		
非常時運転手順書 (シフト/アシスタント) (FCV 制御) (注B 制御) (注C 制御) (注D 制御)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(SiC)	2	1	0	0	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
		2	1	0	0	2	0	0	監視事項は主要バロメータにて確認
AM 設備別操作手順書 (炉心損傷後 FCV ベント (フィルタベント) 用 (SiC)) (炉心損傷後 FCV ベント (フィルタベント) 用 (D/W))	原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	8	0	4	4	4	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度の水位	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力 (D/W)	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力 (SiC)	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	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	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロ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	計器数	計器名称		
非常時運転手順書 (シフト/アシスタント) (FCV 制御) (注B 制御) (注C 制御) (注D 制御)	原子炉格納容器内の放射線監視レベル(SiC)	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
		2	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
AM 設備別操作手順書 (炉心損傷後 FCV ベント (フィルタベント) 用 (SiC)) (炉心損傷後 FCV ベント (フィルタベント) 用 (D/W))	原子炉格納容器内の水素濃度	8	8	8	0	4	4	4	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の水素濃度の水位	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	2	2	2	監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力 (D/W)	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
原子炉格納容器内の圧力	格納容器内圧力 (SiC)	1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要バロメータにて確認
		1	1	1	0	1	1	1	監視事項は主要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

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	計器名称	計器数	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) PCV初期 PCV中期	原子炉格納容器内の温度	ドラウワエル雰囲気温度	2	2	2	2	①	格納容器内圧力(0.7MPa)又は格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視フレームにて確認可能
		原子炉格納容器内サブプレッション・チェンバハ温度	1	1	1	1	①	サブプレッション・チェンバハ・ブール水温度の上昇により代替監視可能
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) PCV中期 PCV後期	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバハ・ブール水温度	3	3	3	3	①	サブプレッション・チェンバハ・ブール水温度の上昇により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバハ・ブール水温度	2	2	2	2	①	サブプレッション・チェンバハ・ブ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	原子炉格納容器内の温度	フィードバック入口圧力	1	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		フィードバック出口放射線モニタ	2	2	2	2	①	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能

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

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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
非常時運転手 手順書(シビアアクシデント) 「除熱-1」 等	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・ブール水位	1	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の水位	1	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の水位	1	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	1	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の水位	1	1	1	1	①	格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視可能

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	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
非常時運転手 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&P&H初期)	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線モニタ(サブプレッション・チェンバハ)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線モニタ(サブプレッション・チェンバハ)の上昇により代替監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線モニタ(サブプレッション・チェンバハ)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線モニタ(サブプレッション・チェンバハ)の上昇により代替監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線モニタ(サブプレッション・チェンバハ)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線モニタ(サブプレッション・チェンバハ)の上昇により代替監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線モニタ(ドラウワエル)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線モニタ(サブプレッション・チェンバハ)	2	2	2	2	①	原子炉格納容器内の放射線モニタ(サブプレッション・チェンバハ)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

1.7 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	SBO影響		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		計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後		
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の検知	放射線検出器	2	1	①	0	0	【エリア放射線モニタ】	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
		放射線検出器	2	1	①	0	0	【エリア放射線モニタ】	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
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】	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力容器温度	2	2	①	2	2	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		原子炉圧力容器温度	2	2	①	2	2	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
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】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		最終ヒートシンク	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
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】	操作	操作	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		操作	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
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】	操作	操作	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		操作	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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

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	SBO影響		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		計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後		
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 (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	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		最終ヒートシンク	2	2	①	2	2	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
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	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		最終ヒートシンク	2	2	①	2	2	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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

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	SBO影響		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		計器名称	SBO影響		評価	
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後		
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の検知	放射線検出器	2	1	①	0	0	【エリア放射線モニタ】	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
		放射線検出器	2	1	①	0	0	【エリア放射線モニタ】	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
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】	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力容器温度	2	2	①	2	2	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		原子炉圧力容器温度	2	2	①	2	2	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
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】	最終ヒートシンク の確保	最終ヒートシンク	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		最終ヒートシンク	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
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】	操作	操作	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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
		操作	2	2	①	1	1	【原子炉圧力(SA)】	1	1	1	原子炉圧力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

・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	計器分	計器分理由	計器名称	計器数	計器分	計器分理由	
多様なハザード対応手順 【フィルタバント停止後のリバース】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
多様なハザード対応手順 【フィルタ装置スクラバ水出】	機械監視機能	フィルタ装置水素濃度	2	2	-	原子炉格納容器内の水素濃度変化により代替監視可能	2	2	2	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調整】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
多様なハザード対応手順 【ドレン移送ラインリバース】	機械監視機能	フィルタ装置スクラバ水出	1	1	-	必要な時が確実な水位を維持していること、フィルタ装置水位の水位変化により代替監視可能	2	2	2	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 【ドレン移送ラインリバース】	機械監視機能	ドレン移送ライン圧力	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	1	1	1	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 【ドレン移送ラインリバース】	機械監視機能	ドレンタンク水位	3	3	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	2	2	2	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 【ドレン移送ラインリバース】	機械監視機能	ドレンタンク水位	3	3	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	2	2	2	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 【ドレン移送ラインリバース】	機械監視機能	フィルタ装置ドレン移送流量	3	3	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	2	2	2	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	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	計器分	計器分理由	計器名称	計器数	計器分	計器分理由	
AM設備切替 作手順書	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電圧が健全である場合の対応手順 b. 格納容器圧力感知異常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	原子炉格納容器内の圧力	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	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圧力	1	1	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	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圧力	8	8	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	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温度	2	2	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	3	3	3	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	2	2	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	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水素濃度	2	2	②	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	2	2	2	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	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	計器分	計器分理由	計器名称	計器数	計器分	計器分理由	
1.7.1.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電圧が健全である場合の対応手順 a. 原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 b. 格納容器圧力感知異常による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 c. AM設備切替作手順書	原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 (1) 交流動力電圧が健全である場合の対応手順 a. 原子炉格納容器内の過圧破損防止のための対応手順 b. 格納容器圧力感知異常による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 c. AM設備切替作手順書	原子炉格納容器内の圧力	2	2	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	18	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圧力	2	2	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	18	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温度	2	2	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	2	2	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水素濃度	2	2	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	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水素濃度	2	2	②	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	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水素濃度	2	2	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	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水素濃度	2	2	②	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	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水素濃度	2	2	①	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	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水素濃度	2	2	②	-	監視可能であればサブプレッジョンにより代替監視可能	2	2	2	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
機 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	2	監視可能であればサブプレッション圧力 (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	監視可能であればサブプレッション圧力 (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
機 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	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測すること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	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測すること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
機 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	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測すること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	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測すること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	ハラムータ 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	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	
		【ドライウエル圧力】	7	7	7	7	【サブプレッション・チェンバ 圧力】	7	7	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
機 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・チェンバ圧力 (S A)	2	2	監視可能であればサブプレッション圧力 (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	
		【サブプレッション・チェンバ 圧力】	2	2	2	2	【サブプレッション・チェンバ 圧力】	2	2	監視可能であればサブプレッション圧力 (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
機 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	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	0	0	0	【A-格納容器内水素濃度】	1	0	監視可能であればA-格納容器内水素濃度を計測すること 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

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	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器数		SBO影響 直後
AM設備別操作手順書	最終ヒートシンクの確保 ② ②	残留熱除去系系統流量	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	0	①	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	2	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	①	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力 サブプレッション・プール水温 ドラフトウェル雰囲気温度 サブプレッション・チェンパン雰囲気温度	3 8 2	2 3 2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水性を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注入口流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能 サブプレッション・プール水温、ドラフトウェル雰囲気温度、サブプレッション・チェンパン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	

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	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器数		SBO影響 直後
AM設備別操作手順書 「取出」 原子力及び炉子順書 1)可搬式格納容器取除機を駆動し、格納容器の置置ガス	操作 (2 / 2)	格納容器熱減速度 【A-格納容器熱減速度】	格納容器熱減速度 (SA)	1	0	0	格納容器熱減速度 (SA)	1	0	直接的に格納容器熱減速度を計測することができ、監視可能	
			B-格納容器熱減速度 【A-格納容器熱減速度】	1	0	0	格納容器熱減速度熱線モニタ (ドラフトウェル) 又は格納容器熱減速度熱線モニタ (サブプレッション・チェンパン) の解析結果により、格納容器熱減速度の代替監視可能	2	2	格納容器熱減速度熱線モニタ (ドラフトウェル) 又は格納容器熱減速度熱線モニタ (サブプレッション・チェンパン) の解析結果により、格納容器熱減速度の代替監視可能	
操作 (2 / 2)	原子炉格納容器熱減速度	格納容器熱減速度 (S/A)	ドラフトウェル電力 (SA)	2	2	2	ドラフトウェル電力 (SA) 又はサブプレッション・チェンパン電力 (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、本設備の可燃性を把握可能	2	2	直接的に格納容器熱減速度を計測することができ、監視可能	
			B-格納容器熱減速度	1	0	0	B-格納容器熱減速度	1	0	直接的に格納容器熱減速度を計測することができ、監視可能	
操作 (2 / 2)	原子炉格納容器熱減速度	格納容器熱減速度 (S/A)	格納容器熱減速度熱線モニタ (ドラフトウェル)	2	2	2	格納容器熱減速度熱線モニタ (ドラフトウェル) 又は格納容器熱減速度熱線モニタ (サブプレッション・チェンパン) の解析結果により、格納容器熱減速度の代替監視可能	2	2	直接的に格納容器熱減速度を計測することができ、監視可能	
			格納容器熱減速度熱線モニタ (サブプレッション・チェンパン)	2	2	2	格納容器熱減速度熱線モニタ (サブプレッション・チェンパン) の解析結果により、格納容器熱減速度の代替監視可能	2	2	直接的に格納容器熱減速度を計測することができ、監視可能	
操作 (2 / 2)	原子炉格納容器熱減速度	格納容器熱減速度 (S/A)	ドラフトウェル電力 (SA)	2	2	2	ドラフトウェル電力 (SA) 又はサブプレッション・チェンパン電力 (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、本設備の可燃性を把握可能	2	2	直接的に格納容器熱減速度を計測することができ、監視可能	
			サブプレッション・チェンパン電力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンパン電力 (SA) の代替監視可能	2	2	直接的に格納容器熱減速度を計測することができ、監視可能	
操作 (2 / 2)	原子炉格納容器熱減速度	格納容器熱減速度 (S/A)	【A-格納容器熱減速度】	1	0	0	【A-格納容器熱減速度】	1	0	監視可能であればA-格納容器熱減速度(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

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				計器名称	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	
	分類	計器数	事後   負荷切り直し後	事後   負荷切り直し後		計器数	事後   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 (1) 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) 濃度	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	①	サブプレッション・チェーン圧力 ドライウエル圧力 【ドライウエル圧力】	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 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸発気温度により代替監視可能なパラメータにて確認	
AMR監視動作手順	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	①	サブプレッション・チェーン圧力 【サブプレッション・チェーン圧力】	2	2	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減圧及び除熱	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	0	0	①	【格納容器内水素濃度】 【格納容器内水素濃度】	2	0	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
最終ヒーティング水温	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	0	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 (S/C)	2	2	2	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減圧及び除熱	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	0	0	①	サブプレッション・チェーン圧力 【格納容器内水素濃度】	1	1	1	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減圧及び除熱	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	0	0	②	【格納容器内水素濃度】	2	0	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減圧及び除熱	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	①	フィルタ装置スタック温度	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
原子炉格納容器内の減圧及び除熱	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	0	0	①	フィルタ装置入口水素濃度	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	監視パラメータ				計器名称	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	
	分類	計器数	事後   負荷切り直し後	事後   負荷切り直し後		計器数	事後   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 (1) 交差動力調整が健全である場合の対応手順 a. 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 (低圧時) 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 (高圧時) c. フィルタ装置内の不活性ガス (窒素) 濃度	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	1	①	サブプレッション・チェーン圧力 【サブプレッション・チェーン圧力】	18	0	0	モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能
AMR監視動作手順	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	1	①	サブプレッション・チェーン圧力 【サブプレッション・チェーン圧力】	18	0	0	モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能
原子炉格納容器内の減圧及び除熱	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	①	サブプレッション・チェーン圧力 【サブプレッション・チェーン圧力】	2	2	2	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減圧及び除熱	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	②	【格納容器内水素濃度】	2	2	2	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
最終ヒーティング水温	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	1	1	1	①	フィルタ装置スタック温度	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
原子炉格納容器内の減圧及び除熱	原子炉格納容器内の減圧及び除熱	2	2	2	①	フィルタ装置入口水素濃度	2	2	2	原子炉格納容器内の水素濃度変化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

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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	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
AM設備別操作手順書 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異常による原子炉格納容器内の減圧及び再加熱 (f) フィルタ装置スクラベング水移送	最終ヒーティングの確保	1	1	1	フィルタ装置スクラベング水温度	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	2	2	フィルタ装置水位	-	-	-	-	-
	最終ヒーティングの確保	2	2	2	フィルタ装置水位	-	-	-	-	-
	操作	2	0	0	フィルタ装置入口水素濃度	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	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	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	計器名称	計器数	SBO影響		評価	
				直後	SBO影響 負荷切り離し後				直後	SBO影響 負荷切り離し後		
AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書 (FCV/Sによる格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書 (FCV/Sによる格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書 (FCV/Sによる格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置) (格納容器圧力逃がし装置)	原子炉格納容器内の水素濃度	サブプレッション・プール水位 (SA)	1	1	1	-	フィルタ装置圧力	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水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	①	-	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	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水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	①	-	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	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水素濃度	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	①	-	原子炉格納容器内の水素濃度	2	2	2	監視事項は抽出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	-	-	-	-	-	-
AM設備別操作手順書		薬液タンク液位	1	1	③	-	-	-	-	-	-

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		補助パラメータ分類理由	項目	計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後					項目	計器故障等
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 原子力発電所対策手順書 「格納容器フィルターベント」 (参照事項)	原子炉格納容器内の圧力	サプレッション・プール水位 (S/A)	1	1	①	-	代替排水量 (密設)	1	1		
							島根原子炉代替排水量	2	2		
							島根原子炉代替排水量 (異常発生時)	2	2		
							格納容器代替サプレレイ液量	2	2		
							ベグスタル代替排水量 (異常発生時)	2	2		
							ベグスタル代替排水量 (異常発生時)	2	2		
							低圧原子炉代替排水量	1	1		
							【サプレッション・プール水位】	2	2		
							サプレッション・チェンバール圧力 (S/A)	2	2		
							ドライウエル温度 (S/A)	7	7		
ベグスタル温度 (S/A)	2	2									
原子炉格納容器内の圧力	サプレッション・チェンバール圧力 (S/A)	2	2	①	-	監視事項は重要パラメータにて確認					
	ドライウエル圧力 (S/A)	2	2	①	-	監視事項は重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	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	事後負荷切り直し後	分断理由	備考	計器数	事後負荷切り直し後	分断理由	備考	
原子炉格納容器内の水位	1	1	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	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温度	8	8	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	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	2	2	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	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変動	3	3	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	2	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	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	事後負荷切り直し後	分断理由	備考	計器数	事後負荷切り直し後	分断理由	備考	
原子炉格納容器内の温度	7	7	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	2	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	2	2	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	2	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変動	2	2	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	2	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変動	8	8	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	2	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変動	4	4	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	2	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変動	4	4	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	2	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変動	2	2	①	監視項目は抽出パラメータにて確認	2	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

・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	補助理由	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後	SBO影響 計器故障等
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	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 D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：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

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	補助理由	計器名称	計器数	直後   負荷切り離し後	SBO影響 計器故障等
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	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 D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	-	-	-	-	-	-

・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 手順書 (シブ アアラクション ト) 「除熱-1」 等	原子炉格納 容器内の 放射線 量率	格納容器空囲気放射線 モニタ (D/W)	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
AM設備別操 作手順書	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
	操作 (2 / 3)	原子炉格納 容器内の 水位	サブプレッシャ ン・ブール 水位	1	1	低圧代替注水系統格納容器ス プレイ流量 (常設ライン 用) 低圧代替注水系統格納容器ス プレイ流量 (可搬ライン 用)	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量、低 圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 及び低圧代替注水系統格納容器下注注 水流量の注水量より、サブプレッショ ン・ブール水位の代替監視可能

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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
				直後 SBO影響 負荷切り直し後	バックアップ 分類	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
異常時 手順書 (2 / 2)	原子炉格納 容器内の圧 力	ドライウェル圧力 (S A)	2	2	0	サブプレッシャ ン・ブール 圧力 (S A)	7	7	目的に応じた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 容器内の圧 力	サブプレッシャ ン・ブール 圧力 (S A)	2	2	0	ドライウェル圧力 (S A)	7	7	目的に応じた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	格納容器 水位	第1ベント 出口 水位	1	0	0	格納容器水位 計	1	0	原子炉格納容器内の水位高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
	格納容器 水位	スタック 水位	4	4	0	格納容器水位 計	2	2	原子炉格納容器内の水位高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

1.7.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための手順  
 a. 格納容器フィルタメント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現機操作)  
 b. 第1ベントフィルタメント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現機操作)  
 c. 第1ベントフィルタメント系による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現機操作)

・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			補助パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	分組理由	監視パラメータ			評価
		計器名称	計器数	直後	計器数	直後	計器数						直後	SBO影響 負荷切り離し後		
非常始動運転手順書 III (シフト)「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	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 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		
	原子炉格納容器内の蒸気温度	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンバ圧力	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 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		
		ドライウエル蒸気温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	-	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又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		
	原子炉格納容器内の蒸気温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	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		
		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・チェンバ蒸気温度	2	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			補助パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	分組理由	監視パラメータ			評価
		計器名称	計器数	直後	計器数	直後	計器数						直後	SBO影響 負荷切り離し後		
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) 原子炉格納容器内の蒸気温度 注：可搬式監視装置による原子炉格納容器内の蒸気温度の監視	原子炉格納容器内の蒸気温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	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 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		
		ドライウエル蒸気温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	-	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又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		
	原子炉格納容器内の蒸気温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	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		
		ドライウエル蒸気温度	8	8	8	①	-	ドライウエル圧力	1	1	1	-	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力又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		
	原子炉格納容器内の蒸気温度	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンバ蒸気温度	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 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		

・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	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

1.7 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した格納容器の蒸気ガス処理」	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	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	7
操作(1/2)	原子炉格納容器内の圧力	ベガスタル温度(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	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
		サブプレッション・チェンバール温度(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
		サブプレッション・プールの温度(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
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	0	①	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			抽出パラメータの代替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	計器数	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 (2) 安全運動力電機駆動装置の対応手順 a) 格納容器圧力急がし装置による原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現用操作) b) 第二弁操作室の圧任化	非常運転転至 運転室(シフト)アウト アラーム 【除熱-1】 等 AM設備別機 作手帳書	原子炉格納容器内の放射線量率	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ (S/C)	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、監視項目は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線量率	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ (D/W)	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、監視項目は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内の放射線量率	4	4	4	原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (圧差) 原子炉水位 (燃料棒) 原子炉水位 (SA監視機) 原子炉水位 (SA監視機)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の放射線量率と相関し、原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線量率	2	0	0	残留熱除去蒸気交換器入口温度	2	0	残留熱除去蒸気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
		原子炉格納容器内の放射線量率	1	1	1	サブプレッション・チェンバハ圧力	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
		原子炉格納容器内の放射線量率	8	8	8	ドライウエル雰囲気温度	8	8	格納容器/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
		原子炉格納容器内の放射線量率	2	0	0	【ドライウエル圧力】	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
		原子炉格納容器内の放射線量率	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
		原子炉格納容器内の放射線量率	2	2	2	サブプレッション・チェンバハ雰囲気温度	2	2	格納容器/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバハ雰囲気温度により代替監視可能
		原子炉格納容器内の放射線量率	2	0	0	【サブプレッション・チェンバハ圧力】	2	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバハ圧力(常用計器)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

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
					計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	
事故時減圧装置(シフト)アウト 原子炉格納容器内放射線量率監視装置(常用)による格納容器内の減圧及び除熱(現用)	原子炉格納容器内の放射線量率	B-格納容器減圧装置 【A-格納容器減圧装置】	B-格納容器減圧装置	1	0	0	B-格納容器減圧装置	1	0	0	直接的に格納容器内減圧装置を計測することができ、監視可能
			A-格納容器減圧装置	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ (ドライウエル)	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ (ドライウエル)又は格納容器空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバハ)の放射線量率により、格納容器減圧装置の代替監視可能
			B-格納容器減圧装置	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバハ)	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバハ)の放射線量率により、格納容器減圧装置の代替監視可能
			B-格納容器減圧装置	2	2	2	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	ドライウエル圧力 (SA)又はサブプレッション・チェンバハ圧力 (SA)により、事故後の格納容器内の空気を監視可能
			B-格納容器減圧装置	2	2	2	サブプレッション・チェンバハ圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバハ圧力 (SA)の減圧の有無により、減圧装置の動作性を監視可能
			B-格納容器減圧装置	1	0	0	B-格納容器減圧装置	1	0	0	直接的に格納容器内減圧装置を計測することができ、監視可能
			B-格納容器減圧装置	2	2	2	原子炉格納容器空気放射線モニタ (ドライウエル)	2	2	2	原子炉格納容器空気放射線モニタ (ドライウエル)又は格納容器空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバハ)の放射線量率により、格納容器減圧装置の代替監視可能
			B-格納容器減圧装置	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバハ)	2	2	2	格納容器空気放射線モニタ (サブプレッション・チェンバハ)の放射線量率により、格納容器減圧装置の代替監視可能
			B-格納容器減圧装置	2	2	2	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	ドライウエル圧力 (SA)又はサブプレッション・チェンバハ圧力 (SA)により、事故後の格納容器内の空気を監視可能
			B-格納容器減圧装置	2	2	2	サブプレッション・チェンバハ圧力 (SA)	2	2	2	サブプレッション・チェンバハ圧力 (SA)の減圧の有無により、減圧装置の動作性を監視可能

・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  
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	抽出バロメータ			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			抽出バロメータ			評価	
	分類	計器名称	計器数	パラムメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称	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設備別操 作手順書	原子炉格納容器内の水位	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装置(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置、低圧代替注水系原子炉注水装置(常設ライン用)及び低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	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水位	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	
		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装置(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水装置(可搬ライン用)の監視機能(注水流量、注水圧力)の監視	

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

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  
 第1表 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				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 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・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 注水流量	1	1	1	1	1	1	1	
操作	補機監視 機能	第二弁操作差圧	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側注水貯槽 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 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
		西側注水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	
		ドライウエル圧力	1	1	1	1	1	1	1	
		サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	1	1	1	1	
		第二弁操作差圧 空気ポンベユニット空 気供給流量	1	1	1	1	1	1	1	
				③						
				③						

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	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後			
1.7.0.1 原子炉格納容器の過圧破損防止のための対応手順 (D) 交差動力燃焼試験中である原子炉格納容器内の減圧及び除熱 (現用操作) a. 格納容器内圧力急上昇による原子炉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設置別編 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	直接的に格納容器内圧力を計測することから、ドライウエル雰囲気温度により代替抽出パラメータ監視可能 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	
	サブプレッション・チェンバ内圧力	1	1	1	①	-	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能 サブプレッション・チェンバ内圧力 (常用計器) により代替監視可能	
	サブプレッション・チェンバ内圧力	1	1	1	①	-	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能 サブプレッション・チェンバ内圧力 (常用計器) により代替監視可能	
	サブプレッション・チェンバ内圧力	1	1	1	①	-	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能 サブプレッション・チェンバ内圧力 (常用計器) により代替監視可能	
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	①	-	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能 サブプレッション・チェンバ内圧力 (常用計器) により代替監視可能	
	サブプレッション・チェンバ内雰囲気温度	2	2	2	①	-	3	3	直接的に格納容器内圧力を計測することから、監視可能 サブプレッション・チェンバ内圧力 (常用計器) により代替監視可能	
原子炉格納容器内水素濃度 (S/A)	格納容器内水素濃度	2	0	0	①	-	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度 (常用計器) により代替抽出パラメータ監視可能
		2	0	0	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

・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	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			計器設備等	評価	SBO
			計器数	SBO影響 距離	負荷切離し後 分岐	計器数	SBO影響 距離	負荷切離し後 分岐			
原子炉格納容器内の圧力	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	格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	①	1	1	1	格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置 格納容器内圧力計測装置	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		ドライウエル管内温度	8	8	①	1	1	1	格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール管内温度	2	2	①	3	3	3	格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置 格納容器内温度計測装置	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (SA)	2	0	①	2	0	0	格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内酸素濃度 (SA)	2	0	②	2	0	②	格納容器内酸素濃度計測装置 格納容器内酸素濃度計測装置 格納容器内酸素濃度計測装置 格納容器内酸素濃度計測装置 格納容器内酸素濃度計測装置 格納容器内酸素濃度計測装置 格納容器内酸素濃度計測装置	監視事項は抽出パラメータにて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内水素濃度 (S/C)	2	0	①	2	0	①	格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置 格納容器内水素濃度計測装置	監視事項は抽出パラメータにて確認	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：有価監視パラメータ、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	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	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
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	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入流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						サブプレッジョン・プールの水温	3	3	3	サブプレッジョン・プール水温、ドライウエルの雰囲気温度、サブプレッジョン・チェンバール雰囲気温度に	
						サブプレッジョン・チェンバール雰囲気温度	8	8	8	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

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  
**第1表 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				評価
		計器名称	計器数	直後 [負荷切り直し後]	30分後	計器名称	計器数	直後 [負荷切り直し後]	30分後	
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) 全炉稼働時監視事項の抽出パラメータ (a) フィルタ装置内の不活性ガス(窒素) 監視	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエルの圧力	1	1	①	サブプレッション・チェンバの圧力	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 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	サブプレッション・チェンバの圧力	1	1	①	ドライウエルの圧力	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 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	格納容器内水素濃度	2	0	①	格納容器内水素濃度	2	0	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 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	格納容器内水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度	2	0	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 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	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ(D/W)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ(D/W)又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放射線モニタ(D/W)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圧力	格納容器内酸素濃度	2	0	①	格納容器内酸素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(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
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内酸素濃度	2	0	②	格納容器内酸素濃度	2	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(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
	原子炉格納容器内の圧力	格納容器内水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度	2	0	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 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	格納容器内水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度	2	0	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 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	格納容器内水素濃度	2	0	②	格納容器内水素濃度	2	0	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 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			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  
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				計器故障等	評価	SBO		
		計器名称	計器数	バックアップ	分	計器名称	計器数	バックアップ	分					
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応手順 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (注1) 初期 AM設備別操作手順書 (注2)による下部注水 (注3)	原子炉格納容器下部の溶融炉心の冷却のための対応手順 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (注1) 初期 AM設備別操作手順書 (注2)による下部注水 (注3)	原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能	
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能

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

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				計器故障等	評価	SBO
			計器名称	計器数	バックアップ	分	計器名称	計器数	バックアップ	分			
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (注1) 初期 AM設備別操作手順書 (注2)による下部注水 (注3)	原子炉格納容器下部注水(常設)によるベアスタル(ドライウエル部)への注水	原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉格納容器内溶融炉心の放射線量率	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能

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

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				計器故障等	評価	SBO	
			計器名称	計器数	バックアップ	分	計器名称	計器数	バックアップ	分				
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (注1) 初期 AM設備別操作手順書 (注2)による下部注水 (注3)	原子炉格納容器下部注水(常設)によるベアスタル(ドライウエル部)への注水	原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能	
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ ラメータにて確認 可能
		原子炉格納容器内溶融炉心温度	2	2	2	0	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要バ 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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	
			計器数	直後		計器数	直後			
対処手段 事故特選運転手順書 (シビアアクシデント) [HW制御] AM設備別操作手順書 [HWによる下部D/W 注水]	原子炉圧力 格納容器内 の圧力	原子炉圧力	計器数	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ットアウトにて確認 可能
			直後	3	3	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA)	3	3	原子炉水位から原子炉圧力計測が困難な状態に あると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力推定より監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉水位 (広帯域)	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
計器故障 (2 3)	原子炉圧力 格納容器内 の圧力	原子炉圧力	計器数	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ットアウトにて確認 可能
			直後	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉水位 (広帯域)	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉水位 (広帯域)	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、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		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		計器故障等	評価	
			計器数	直後		計器数	直後			
対処手段 非常警報発生 アラート [注水-3 等] AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力 格納容器内 の圧力	原子炉圧力	計器数	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ットアウトにて確認 可能
			直後	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉水位 (広帯域)	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉水位 (広帯域)	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、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		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		計器故障等	評価	
			計器数	直後		計器数	直後			
対処手段 事故特選運転 手順書 (シビアアクシ デント) [注水-3 b] AM設備別操 作手順書 (FLSRポンプによる 注水)	原子炉圧 力 格納容器内 の圧力	原子炉圧力	計器数	2	2	原子炉圧力 (SA)	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	監視事項は主要ハ ットアウトにて確認 可能
			直後	1	1	原子炉水位 (広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉水位 (広帯域)	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉圧力	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、監視可能	
			直後	3	3	原子炉水位 (広帯域)	3	3	直接的に原子炉圧力計測すること が、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 (AMC による下部D/W 注水)	原子炉格納容器内の水素濃度 監視位置	格納容器内水素濃度	2	0	0	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認	
		格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	2	0	0	0	監視項目は主要パラメータにて確認	
		制御棒の位置	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		M/C 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		M/C D 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		P/C D-1 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		P/C D-1 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		水素の検出	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目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

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) 「F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	監視項目は主要パラメータにて確認	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認	
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認	
		補機監視機能	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要パラメータにて確認
		制御棒位置指示	185	185	0	185	185	0	185	185	監視項目は主要パラメータにて確認
		水素の検出	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目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

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 (F注水-3) aj 等 AM 設置別操作手順書 (F注水-3) aj 等	原子炉格納容器内の水素濃度 監視位置	格納容器内水素濃度	2	0	0	2	2	2	2	監視項目は主要パラメータにて確認	
		格納容器内水素濃度(SA)	2	2	2	2	0	0	0	0	監視項目は主要パラメータにて確認
		制御棒の位置	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		M/C 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		M/C D 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		P/C D-1 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		P/C D-1 電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		直流 125V 主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目は主要パラメータにて確認
		水素の検出	1	1	1	1	1	1	1	1	監視項目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

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		ハラムメータ	補助ハラムメータ	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後				直後	直後	
対応手段 非常時運転手 指示書(シリアクシオン) による下部炉心冷却 手順書 (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	0	ドライウエル圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	1	1	1	0	サブプレッション・チェンバール圧力	3	3	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール圧力	3	3	3	0	サブプレッション・チェンバール温度	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	0	格納容器下部水位	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	0	格納容器下部水位	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	0	格納容器下部水位	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	0	格納容器下部水位	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	0	格納容器下部水位	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	0	格納容器下部水位	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	3	0	格納容器下部水位	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認

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	SBO影響		ハラムメータ	補助ハラムメータ	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後				直後	直後	
対応手段 非常時運転手 指示書(シリアクシオン) による下部炉心冷却 手順書 (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	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	0	サブプレッション・チェンバール温度	8	8	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	8	8	8	0	サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	8	8	8	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	8	8	8	0	サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	8	8	8	0	サブプレッション・チェンバール圧力	2	0	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	8	8	8	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	8	8	8	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	8	8	8	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	8	8	8	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認

・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	SBO影響		ハラムメータ	補助ハラムメータ	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後				直後	直後	
対応手段 非常時運転手 指示書(シリアクシオン) による下部炉心冷却 手順書 (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	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	1	0	サブプレッション・チェンバール温度	2	2	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	0	サブプレッション・チェンバール圧力	2	2	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	2	2	2	0	サブプレッション・チェンバール圧力	1	1	監視項目は主幹ハラムメータにて確認

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		
事故時運転手 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 の温度	原子炉圧力 容器下部の 温度	原子炉圧力 容器下部の 温度	2	1	0	①	原子炉圧力 容器下部の 温度	2	0	0	原子炉圧力 容器下部の 温度	原子炉圧力 容器下部の 温度
			原子炉圧力 容器下部の 温度	2	1	0	①	原子炉圧力 容器下部の 温度	2	0	0	原子炉圧力 容器下部の 温度	原子炉圧力 容器下部の 温度
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 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位	4	1	1	①	原子炉圧力 容器下部の 水位	4	1	1	原子炉圧力 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位
			原子炉圧力 容器下部の 水位	3	1	1	①	原子炉圧力 容器下部の 水位	3	1	1	原子炉圧力 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位
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 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位	2	2	1	①	原子炉圧力 容器下部の 水位	2	2	0	原子炉圧力 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位
			原子炉圧力 容器下部の 水位	2	2	1	①	原子炉圧力 容器下部の 水位	2	2	0	原子炉圧力 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位
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 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位	1	1	1	①	原子炉圧力 容器下部の 水位	1	1	1	原子炉圧力 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位
			原子炉圧力 容器下部の 水位	1	1	1	①	原子炉圧力 容器下部の 水位	1	1	1	原子炉圧力 容器下部の 水位	原子炉圧力 容器下部の 水位

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	-	格納容器下部 水位	10	10	2	2	格納容器下部 水位
			格納容器下部 水位	10	10	①	-	格納容器下部 水位	10	10	2	2	格納容器下部 水位
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	-	格納容器下部 水位	2	2	-	-	格納容器下部 水位
			格納容器下部 水位	2	2	②	-	格納容器下部 水位	2	2	-	-	格納容器下部 水位
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	-	格納容器下部 水位	1	1	1	1	格納容器下部 水位
			格納容器下部 水位	1	1	①	-	格納容器下部 水位	1	1	1	1	格納容器下部 水位
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	-	-	格納容器下部 水位	2	2	-	-	格納容器下部 水位
			格納容器下部 水位	2	2	-	-	格納容器下部 水位	2	2	-	-	格納容器下部 水位

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	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	-	格納容器下部 水位	2	2	2	2	格納容器下部 水位
			格納容器下部 水位	2	2	①	-	格納容器下部 水位	2	2	2	2	格納容器下部 水位
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	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	-	格納容器下部 水位	7	7	7	7	格納容器下部 水位
			格納容器下部 水位	7	7	①	-	格納容器下部 水位	7	7	7	7	格納容器下部 水位
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	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	-	格納容器下部 水位	2	2	2	2	格納容器下部 水位
			格納容器下部 水位	2	2	①	-	格納容器下部 水位	2	2	2	2	格納容器下部 水位
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	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	-	-	格納容器下部 水位	2	2	-	-	格納容器下部 水位
			格納容器下部 水位	2	2	-	-	格納容器下部 水位	2	2	-	-	格納容器下部 水位

・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

1.8 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		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	ハラムメータ	計器数	SBO影響				
冷却時運転手順 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書 「燃料車による下部 注水」 AM設備別操作手順書 「燃料車による下部 注水」 AM設備別操作手順書 「燃料車による注水 (プアリ初期)」	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	原子炉注力容室内の圧力	原子炉注力(SA)	3	1	1	①	1	1	1	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

1.8 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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響	直後	負荷切り離し後	計器故障等	評価	SBO									
		計器数	ハラムメータ	計器数	SBO影響																	
非常時運転手順 (シビアアクシデント) 「注水-3」等 AM設備別操作手順書	水源の確保 (3 / 3)	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	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								
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	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							
		低圧代替注水系格納容器スプレッド量 (可搬ライン用)	1	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						
		低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	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					
		原子炉水位 (広帯域)	2	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				
		原子炉水位 (燃料域)	2	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			
		原子炉水位 (S A広帯域)	1	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		
		原子炉水位 (S A燃料域)	1	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	
		サブプレッション・チェンバール水位	1	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
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	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

・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	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		計器名称	計器数	SBO影響	直後	負荷切り離し後	計器故障等	評価	SBO									
		計器数	ハラムメータ	計器数	SBO影響																	
冷却時運転手順 (シビアアクシデント) AM設備別操作手順書 「燃料車による下部 注水」 AM設備別操作手順書 「燃料車による注水 (プアリ初期)」	水源の確保 (3 / 3)	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	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								
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	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							
		低圧代替注水系格納容器スプレッド量 (可搬ライン用)	1	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						
		低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	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					
		原子炉水位 (広帯域)	2	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				
		原子炉水位 (燃料域)	2	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			
		原子炉水位 (S A広帯域)	1	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		
		原子炉水位 (S A燃料域)	1	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	
		サブプレッション・チェンバール水位	1	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
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2									





重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			補測バロメータ 分類理由	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	SBO
			計器数	SBO 影響			計器数	SBO 影響			
				区分別直電電源 を延命した割合	直後			区分別直電電源 を延命した割合	直後		
重大時運転作手組 手組 [シビアアクシデント] [RPP 制御]	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度	ドライウェイアル量温度	2	2	①	-	1	1	格納容器内圧力(D0) 及び格納容器内圧力(S/C)の上昇により代替監視バロメータにて確認	監視事項は主要バロメータにて確認	
		サブプレッション・チェンバースタビリティ温度	1	1	①	-	3	3	サブプレッション・チェンバースタビリティ温度の上昇により代替監視バロメータにて確認		
		サブプレッション・チェンバースタビリティ温度	3	3	①	-	3	3	サブプレッション・チェンバースタビリティ温度の上昇により代替監視バロメータにて確認		
		格納容器内格納容器下部水位	3	3	①	-	1	1	格納容器内格納容器下部水位の上昇により代替監視バロメータにて確認		
原子炉格納容器下部の注水量	原子炉格納容器下部注水量	格納容器内注水量	3	3	①	-	1	1	格納容器内注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認	監視事項は主要バロメータにて確認	
		格納容器内注水量	1	1	①	-	1	1	格納容器内注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認		
		格納容器内注水量	1	1	①	-	1	1	格納容器内注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認		
機械駆動力	可搬型代替注水ポンプ吐出圧力	可搬型代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	①	-	3	3	可搬型代替注水ポンプ吐出圧力の上昇により代替監視バロメータにて確認	監視事項は主要バロメータにて確認	
		可搬型代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	①	-	3	3	可搬型代替注水ポンプ吐出圧力の上昇により代替監視バロメータにて確認		
		可搬型代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	①	-	3	3	可搬型代替注水ポンプ吐出圧力の上昇により代替監視バロメータにて確認		
水源の確保	防火水櫃	防火水櫃	1	1	①	-	1	1	防火水櫃の水位の上昇により代替監視バロメータにて確認	監視事項は主要バロメータにて確認	
		防火水櫃	1	1	①	-	1	1	防火水櫃の水位の上昇により代替監視バロメータにて確認		
		防火水櫃	1	1	①	-	1	1	防火水櫃の水位の上昇により代替監視バロメータにて確認		

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

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	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	SBO			
		分類	計器名称	計器数	SBO 影響	バロメータ 分類	補測バロメータ 分類理由			計器名称	計器数	SBO 影響
非常時運転作手組 手組 [シビアアクシデント] [注水-3 注水-3 注水-3 注水-3] AM 設備別操作作手組 手組	原子炉格納容器下部注水量	原子炉格納容器下部注水量	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認	監視事項は主要バロメータにて確認		
		原子炉格納容器下部注水量	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
		原子炉格納容器下部注水量	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
		原子炉格納容器下部注水量	2	2	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
判断	原子炉格納容器下部注水量	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認	監視事項は主要バロメータにて確認		
		原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
		原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
		原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視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

1.8 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	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	SBO			
		分類	計器名称	計器数	SBO 影響	バロメータ 分類	補測バロメータ 分類理由			計器名称	計器数	SBO 影響
非常時運転作手組 手組 [シビアアクシデント] [注水-3 注水-3 注水-3] AM 設備別操作作手組 手組	原子炉格納容器下部注水量	原子炉格納容器下部注水量	4	4	①	-	2	2	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認	監視事項は主要バロメータにて確認		
		原子炉格納容器下部注水量	4	4	①	-	2	2	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
		原子炉格納容器下部注水量	4	4	①	-	2	2	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
		原子炉格納容器下部注水量	4	4	①	-	2	2	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
判断	原子炉格納容器下部注水量	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認	監視事項は主要バロメータにて確認		
		原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
		原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視バロメータにて確認			
		原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	-	1	1	原子炉格納容器下部注水量の上昇により代替監視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

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	計器名称	計器数	SBO影響	
炉心手段 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ポンプ]によるベ ンチレーションによるP ワタリ注水	原子炉内 力炉内 の温度	格納容器内空間気体温度レ ベル(S/C)	2	①	ニリア放射線モニタ	2	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		原子炉内 力炉内 の温度	2	①	ニリア放射線モニタ	2	0	
判断基準 (2/3/4)	原子炉内 力炉内 の水位	【原子炉水位(燃料棒)】 原子炉水位(燃料棒)	4	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		原子炉水位(燃料棒)	3	①	原子炉水位(SA)	1	1	
		原子炉水位(燃料棒)	2	①	原子炉水位(SA)	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	

重大事故等対処に係る監視事項  
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	計器名称	計器数	SBO影響	
炉心手段 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 の温度	格納容器下部水温	10	①	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		緊急用M/C電圧	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	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	
		緊急用直流125V主母 線電圧	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 制御棒位置指示 機能	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

重大事故等対処に係る監視事項  
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	計器名称	計器数	SBO影響	
炉心手段 緊急時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備別操作手順書 [F L Sポンプ]によるベ ンチレーションによる デスタル注水	原子炉内 力炉内 の温度	格納容器下部水温	2	①	代替注水流量(常設)	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	③	原子炉水位(圧密機) 原子炉水位(燃料棒)	2	2	
		補機監視 制御棒位置指示 機能	185	③	原子炉水位(SA) サブレーション・プー ル水位(SA)	1	1	

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

### 1.8 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	計器名称	評価				
			計器数	計器数			計器設備等	SBD			
1.8.1 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	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	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 2 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉圧力 原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 3 2 1	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.2 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 2 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.3 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 2 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.4 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 2 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認

### 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	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	計器名称	評価				
			計器数	計器数			計器設備等	SBD			
1.8.1 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	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	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 2 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉圧力 原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 3 2 1	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.2 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 2 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.3 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 2 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.4 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	3 2 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	監視項目は主要バ ルブにて確認

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		補助パラメータ 分類理由	計器名称	評価				
			計器数	計器数			計器設備等	SBD			
1.8.1 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	2 2 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉圧力 原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	2 2 2 1	2 2 2 1	2 2 2 1	2 2 2 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.2 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	2 2 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.3 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	2 2 1	監視項目は主要バ ルブにて確認
1.8.4 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	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	監視項目は主要バ ルブにて確認
		原子炉圧力容器内の圧力				原子炉外部水位 (広帯域) 原子炉外部水位 (標準域) 原子炉外部水位 (SA)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	2 2 1	監視項目は主要バ ルブにて確認

・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

1.8 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		評価			
			計器数	直後			計器名称	計器数		直後		
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 【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 温度	格納容器内水温測定 (SA)	2	0	①	①	格納容器内水温測定 (SA)	2	2	直接的に格納容器内水温を計測することで監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認		
	原子炉格納容器内 水位	格納容器内水温測定 (SA)	2	2	①	①	格納容器内水温測定	2	0	0	直接的に格納容器内水温を計測することで監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	
	電源	【制御機操作監視系】	MCC電圧	1	1	②	②	制御機操作監視系	1	1	1	
		MCC電圧	1	1	③	③	非常用MCCの電圧状態を監視可能					
		PC-D電圧	1	1	③	③	確認するパラメータ					
		PC-D電圧	1	1	③	③	非常用MCCの電圧状態を監視可能					
	電源	直流125V 主母線電圧	1	1	③	③	直流電源設備の電圧状態を監視可能					
		直流125V 主母線電圧	1	1	③	③	確認するパラメータ					
	水源の確保	【原水貯蔵槽水位】 【原水貯蔵槽水位(SA)】	原水貯蔵槽水位	1	1	①	①	原水貯蔵槽水位	1	1	1	原水貯蔵槽水位を計測することで監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			原水貯蔵槽水位(SA)	1	1	①	①	原水貯蔵槽水位	1	1	1	原水貯蔵槽水位を計測することで監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
ろ過水タンク水位					③	③	「緊急時対策本原」に確認 ろ過水タンク水位	3	3	3	ろ過水タンク水位を計測することで監視可能	

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	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	計器名称		計器数	直後		
非常時運転手 手順書(シビ アアラシアン ト) 【注水-3 aj等】 AMI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・チェンバ圧力	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	
		サブプレッショ・チェンバ圧力	1	1	①	①	サブプレッショ・チェンバ圧力	2	0	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 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		サブプレッショ・チェンバ圧力	1	1	①	①	サブプレッショ・チェンバ圧力	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	
	操作 1 / 3	原子炉格納容器内 の温度	ドライウエル温度	8	8	①	①	ドライウエル圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
			サブプレッショ・チェンバ温度	2	2	①	①	サブプレッショ・チェンバ圧力	3	3	3	サブプレッショ・チェンバ温度の温度変化によりサブプレッショ・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・チェンバ温度	3	3	①	①	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
	ろ過水タンク水位	ろ過水タンク水位	格納容器下部水温	5	5	①	①	格納容器下部水温	5	5	5	監視事項は抽出パラメータにて確認
			格納容器下部水温	5	5	①	①	格納容器下部水温	5	5	5	監視事項は抽出パラメータにて確認
			格納容器下部水温	5	5	①	①	格納容器下部水温	5	5	5	監視事項は抽出パラメータにて確認
			格納容器下部水温	5	5	①	①	格納容器下部水温	5	5	5	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		評価		
			計器数	直後			計器名称	計器数		直後	
非常時運転手 手順書(シビ アアラシアン ト) 【注水-2】 AMI設備別操 作手順書 【CWTによる格納容器 プレッ】	原子炉格納容器内 の圧力	原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	①	原子炉水位 (SA)	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

・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 分類理由	補助パラメータ 分類	SBO影響		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	直後			直後	直後	計器数	SBO影響 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(S/C)	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
		APレシジョン・チェンバールの温度	1	1	①	-	サプレッション・チェンバール水温度	3	3	3	3	3	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 [炉心ポンプ]による下部D/W(注水)	原子炉格納容器内の水位	サプレジョン・チェンバール水温度	3	3	①	-	サプレジョン・チェンバール水温度	3	0	0	0	0	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	-	格納容器下部水位	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視 機能 確保	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	1	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	-	格納容器下部水位	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視 機能 確保	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	1	1	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	-	格納容器下部水位	3	3	3	3	3	3	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

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	補助パラメータ 分類	SBO影響		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	直後			直後	直後	計器数	SBO影響 直後				
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3]等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	格納容器下部水位	10	10	①	-	低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	1	1	1	1	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	-	[格納容器下部旁通気温度]	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3]等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器への注水量	低圧代替注水系統格納容器への注水量	1	1	①	-	代替注水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	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	-	[格納容器下部旁通気温度]	2	2	2	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

1.8 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 分類理由	補助パラメータ 分類	SBO影響		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	直後			直後	直後	計器数	SBO影響 直後				
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-1] (アラート) [注水-2] AM設備別操作手順書 [注水-1]によるベガスバルブ [注水-2]による格納容器× [注水-1]による格納容器× [注水-2]による格納容器× [注水-1]による格納容器× [注水-2]による格納容器×	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	-	原子炉格納容器下部水位	2	2	2	2	2	2	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	-	[格納容器下部旁通気温度]	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出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-1] (アラート) [注水-2] AM設備別操作手順書 [注水-1]によるベガスバルブ [注水-2]による格納容器× [注水-1]による格納容器× [注水-2]による格納容器×	原子炉格納容器への注水量	低圧代替注水系統格納容器への注水量	1	1	①	-	代替注水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	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	-	[格納容器下部旁通気温度]	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出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  
1.8 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	ハバメータ 区別Ⅰ 直流電源 直後	区別Ⅱ 直流電源 直後	SBO影響 直後		
事故時運転操作手順書 (オペアラシアナント) [注本-1] [注本-2] AM設備別操作手順書 [注本] AM設備による原子炉 制御による原子炉 制御	電源	見E C電圧	1	1	1	1		
		見E D電圧	1	1	1	1		
		見E C-I電圧	1	1	1	1		
		見E D-I電圧	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	1		

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  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	ハバメータ 区別Ⅰ 直流電源 直後	区別Ⅱ 直流電源 直後	SBO影響 直後			計器名称	計器故障等
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [注水-3] [注水-4] AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率  原子炉圧 力容器内 の温度	1.8.2.1 ベデスタル (ドライウェル部) の床面に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 (1) ベデスタル (ドライウェル部) への注水 c. 消火系によるベデスタル (ドライウェル部) への注水	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能	
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能

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  
第1表 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				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価		
			計器数	ハバメータ 区別Ⅰ 直流電源 直後	区別Ⅱ 直流電源 直後	SBO影響 直後			計器名称	計器故障等
事故時運転操作手順書 (オペアラシアナント) [注本-1] [注本-2] AM設備別操作手順書 [注本] AM設備による原子炉 制御による原子炉 制御	原子炉格納 容器内の 温度	1.8.2.1 ベデスタル (ドライウェル部) の床面に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 (1) ベデスタル (ドライウェル部) への注水 c. 消火系によるベデスタル (ドライウェル部) への注水	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能	
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内溶融炉心放射線レベルを計測することができ、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

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] [注3] [注4] [注5] [注6] [注7] [注8] [注9] [注10]	原子炉圧力 力容器内の 水位	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	抽出パワメータ 分類理由	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器	1	1	直後に原子炉圧力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									
				2	2			2	2	2	2		2	2			2	2	2	2	2	2			
				3	3			3	3	3	3		3	3			3	3	3	3	3	3	3	3	
				4	4			4	4	4	4		4	4			4	4	4	4	4	4	4	4	
				5	5			5	5	5	5		5	5			5	5	5	5	5	5	5	5	
				6	6			6	6	6	6		6	6			6	6	6	6	6	6	6	6	6
				7	7			7	7	7	7		7	7			7	7	7	7	7	7	7	7	7
				8	8			8	8	8	8		8	8			8	8	8	8	8	8	8	8	8
				9	9			9	9	9	9		9	9			9	9	9	9	9	9	9	9	9
				10	10			10	10	10	10		10	10			10	10	10	10	10	10	10	10	10

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] [注3] [注4] [注5] [注6] [注7] [注8] [注9] [注10]	原子炉圧力 力容器内の 水位	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	抽出パワメータ 分類理由	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器	1	1	直後に原子炉圧力力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は油 出パワメータ にて確認										
				2	2			2	2	2	2		2	2			2	2	2	2	2	2				
				3	3			3	3	3	3		3	3			3	3	3	3	3	3	3	3		
				4	4			4	4	4	4		4	4			4	4	4	4	4	4	4	4	4	
				5	5			5	5	5	5		5	5			5	5	5	5	5	5	5	5	5	
				6	6			6	6	6	6		6	6			6	6	6	6	6	6	6	6	6	6
				7	7			7	7	7	7		7	7			7	7	7	7	7	7	7	7	7	
				8	8			8	8	8	8		8	8			8	8	8	8	8	8	8	8	8	
				9	9			9	9	9	9		9	9			9	9	9	9	9	9	9	9	9	
				10	10			10	10	10	10		10	10			10	10	10	10	10	10	10	10	10	10

・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] [注3] [注4] [注5] [注6] [注7] [注8] [注9] [注10]	原子炉格納容 器内の水位	1	格納容器水位計 (SA)	1	0	抽出パワメータ 分類理由	B-格納容器水位計 [A-格納容器水位計]	1	0	1	0	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器	1	0	直後に格納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										
				2	2			2	2	2	2		2	2			2	2	2	2	2					
				3	3			3	3	3	3		3	3			3	3	3	3	3	3	3	3		
				4	4			4	4	4	4		4	4			4	4	4	4	4	4	4	4	4	
				5	5			5	5	5	5		5	5			5	5	5	5	5	5	5	5	5	
				6	6			6	6	6	6		6	6			6	6	6	6	6	6	6	6	6	6
				7	7			7	7	7	7		7	7			7	7	7	7	7	7	7	7	7	
				8	8			8	8	8	8		8	8			8	8	8	8	8	8	8	8	8	
				9	9			9	9	9	9		9	9			9	9	9	9	9	9	9	9	9	
				10	10			10	10	10	10		10	10			10	10	10	10	10	10	10	10	10	10



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 (RRR A系代 替注水流量)	1	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
			1	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
AM 設備別操作手順書 [MFC による原子炉 注水]	原子炉圧力 の注水	復水補給水系統流量 (RRR B系代 替注水流量)	1	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
			1	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
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	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	監視事項は主要パ ラメータにて確認
水源の確保	復水移送ポンプ吐出ヘンダ圧 力	高圧代替注水系統流量 (RRR A系代 替注水流量)	1	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
			1	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
電源	M/C 2D電圧 P/C 2D電圧	復水補給水系統流量 (RRR A系代 替注水流量)	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
補機監視 機能	直流125V 主母線2 B電圧	高圧代替注水系統流量 (RRR A系代 替注水流量)	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
水源の確保	前脚柱位置指示 ろ過水貯蔵タンク水 位	高圧代替注水系統流量 (RRR A系代 替注水流量)	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	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

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		
非常時運転手 順書 III (シビア アクシデント) [「注水-3 」等 ]等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 部の温度	M/C 2D電圧	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
電源	直流125V 主母線2 B電圧	高圧代替注水系統流量 (RRR A系代 替注水流量)	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
補機監視 機能	前脚柱位置指示	高圧代替注水系統流量 (RRR A系代 替注水流量)	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
水源の確保	ろ過水貯蔵タンク水 位	高圧代替注水系統流量 (RRR A系代 替注水流量)	1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	1	1	1	1	1	1	1	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

1.8 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) [注水-1] [注水-2]	原子炉格納容器下部の温度	DRYウェル圧力 (SA)	2	2	①	-	-	2	2	DRYウェル圧力 (SA)	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
														7
AM設備別操作手順書 [CWTによるベグスタ ル] [CWTによる格納容器 プレ]	原子炉格納容 器内の温度	DRYウェル圧力 (SA)	2	2	①	-	-	2	2	DRYウェル圧力 (SA)	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
														7
備考 1) 2)	原子炉格納容 器内の温度	ベグスタル温度 (SA)	2	2	①	-	-	2	2	ベグスタル温度 (SA)	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
														7
	原子炉格納容 器内の温度	DRYウェル圧力 (SA)	2	2	①	-	-	2	2	DRYウェル圧力 (SA)	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
														7
	原子炉格納容 器内の温度	ベグスタル温度 (SA)	2	2	①	-	-	2	2	ベグスタル温度 (SA)	2	2	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
														7

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  
重大事故等対処のための手順等

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		評価	SBO	
			計器数	SBO影響 直後 区分1直流電源 を延命した場合		計器数	SBO影響 直後 区分1直流電源 を延命した場合			
事故時運転監視手順書 (シビアアクシデント) 【BWR制御】 【BWR制御】	原子炉格納容器下部の溶融炉心 の監視	格納容器内帯電放射線レベル (D1/D2)	2	1	0	①	2	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内帯電放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	2	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 【消防用】による原子炉 注水 多様なハザード対応手 順 【消防用】による注水 (デブリ冷却)	原子炉圧 力変化 の監視	原子炉圧力	2	2	2	①	3	3	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の格納容器内に 格納容器内帯電放射線/圧力の関係から原子炉圧 力より代替監視可能
		原子炉圧力容器下部の溶融炉心 の監視	原子炉圧力	3	3	3	1	3	3	1
AM設備別操作手順書 【消防用】による注水 (デブリ冷却)	原子炉圧 力変化 の監視	原子炉圧力	4	4	1	①	1	1	1	原子炉圧力容器下部へ注水している系統の注水流量と 格納容器内の水位を計測すること により代替監視可能
		原子炉圧力容器下部の溶融炉心 の監視	原子炉圧力	3	3	1	①	1	1	1
AM設備別操作手順書 【消防用】による注水 (デブリ冷却)	原子炉圧 力変化 の監視	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	0	原子炉圧力、原子炉圧力 (S/C) と格納容器内圧力 (S/C) の変化から原子炉圧力容器内の水位を測定可 能
		原子炉圧力容器下部の溶融炉心 の監視	原子炉圧力	3	3	1	①	3	3	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		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		評価	SBO	
			計器数	SBO影響 直後 区分1直流電源 を延命した場合		計器数	SBO影響 直後 区分1直流電源 を延命した場合			
事故時運転監視手順書 (シビアアクシデント) 【注水-3 aj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	直接的に格納容器内圧力を計測す ることができ、監視可能 格納容器内圧力の関係から、ドライ ウエル雰囲気温度により代替監視 可能
		原子炉格納容器下部の溶融炉心 の監視	ドライウエル圧力	2	0	0	0	2	0	0
AM設備別操作手順書 【注水-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	1	1	①	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 格納容器内圧力の関係から、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
		原子炉格納容器下部の溶融炉心 の監視	ドライウエル温度	8	8	8	①	1	1	1
AM設備別操作手順書 【注水-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	3	3	3	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 格納容器内圧力の関係から、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
		原子炉格納容器下部の溶融炉心 の監視	サブプレッション・チ ェンバ圧力	5	5	5	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

1.8 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		評価	SBO	
			計器数	SBO影響 直後 区分1直流電源 を延命した場合		計器数	SBO影響 直後 区分1直流電源 を延命した場合			
事故時運転監視手順書 (シビアアクシデント) 【注水-1 2】 AM設備別操作手順書 (CWTによるベグスタ ル注水) 【注水-1】による格納容器ス プレシ	原子炉格納容 器内の水位	ベグスタル水位	4	4	4	①	2	2	2	原子炉格納容器下部へ注水している系統の注水流量よ 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 器下部の溶融炉心 の監視	ベグスタル水位	1	0	0	②	1	1	1
AM設備別操作手順書 【注水-1 2】	原子炉格納容 器内の水位	KPV/FCV注入流量	1	1	0	②	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 器下部の溶融炉心 の監視	ベグスタル注入流量	1	1	0	②	2	2	2
AM設備別操作手順書 【注水-1 2】	原子炉格納容 器内の水位	注水輸送ポンプ出口ヘッド 圧力	1	1	0	③	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 器下部の溶融炉心 の監視	注水輸送ポンプ出口ヘッド 圧力	1	0	0	③	1	1	1
AM設備別操作手順書 【注水-1 2】	原子炉格納容 器内の水位	注水輸送ポンプ入口 水位	1	0	0	③	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 器下部の溶融炉心 の監視	注水輸送ポンプ入口 水位	1	0	0	③	1	1	1

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		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等		SBO		
			計器数	直後			計器数	直後	計器数	直後			
事故時運転転作手順書 〔シビアアクシデント〕 〔BIV 制御〕 〔B/R 制御〕 AM 設備別操作手順書 〔消防車による原子炉 注水〕 多岐なハザード対応 作 業 〔消防車による送水 (デブリアポンプ)〕	電源	M/C C 電圧	1	1	③	非常用 MCC の受電設備を 稼働するパラメータ	1	1	1	1	1	1	
		M/C D 電圧	1	1	③	稼働するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1
AM 設備別操作手順書 〔消防車による送水 (デブリアポンプ)〕	電源	P/C C-A 電圧	1	1	③	排熱用 P/C の受電設備を 稼働するパラメータ	1	1	1	1	1	1	
		P/C D-A 電圧	1	1	③	稼働するパラメータ	2	2	0	0	0	0	
		直流 125V 主母線盤 A 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1
		直流 125V 主母線盤 B 電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1
排水水槽	監視	【格納容器下部水位】 【格納容器内 の水位】	1	1	0	①	1	1	1	1	1	1	1
		【復水貯蔵槽水位】	1	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1
		【原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料後) 原子炉水位 (SA) 原子炉水位 (SS) 復水移送ポンプ吐出圧力】	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3

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 分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			計器数	直後			計器数	直後		
対応手段 非常時運転転作 手順書 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	原子炉格 納容器内 の水位	格納容器下部注 水量	10	10	①	1	1	1	1	1
		【格納容器下部旁 回管温度】	2	2	2	2	2	2	2	2
操作 (2 / 2)	補機監視 機能 水源の確 保	消火系ポンプ吐出 圧力	1	1	0	③	1	1	1	1
		消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	1	0	③	1	1	1	1
		代替淡水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	1	0	③	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

1.8 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		計器故障等	SBO
				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応手順 1.8.2.2 原子炉格納容器下部注水量 ①：取水状況による原子炉格納容器下部への注水 ②：取水状況による原子炉格納容器下部への注水 ③：取水状況による原子炉格納容器下部への注水	原子炉格納容 器内の溶融 炉心	格納容器内部気体 中二酸化炭素 濃度	原子炉格納容器 下部注水量	2	2	1	0	18	0	エアラシストモニタ の故障による注水量 の監視が困難な可 能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納容器 下部注水量	2	2	1	0	18	0	エアラシストモニタ の故障による注水量 の監視が困難な可 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 〔消防車による送水 (デブリアポンプ)〕	原子炉格納容 器内の温度	原子炉格納容器 下部注水量	原子炉格納容器 下部注水量	2	2	2	0	2	2	原子炉格納容器下部 注水量の監視が困難 な可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納容器 下部注水量	2	2	2	0	2	2	原子炉格納容器下部 注水量の監視が困難 な可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉格納容器 下部注水量	2	2	2	0	2	2	原子炉格納容器下部 注水量の監視が困難 な可能	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  
1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		補助パラメータ分類		
			計器数	事後			
事故時運転操作手順書 [シリアクエント] [注水-3B] 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)]	原子炉圧力容器へ注水 の圧力 機器 力	復水補給水系統流量(ORR A 系代注水流量)	1	1	①	抽出パラメータ 原子炉水位(SA)	計器故障等 SBO
		復水補給水系統流量(ORR B 系代注水流量)	1	1	①	抽出パラメータ 原子炉水位(SA)	計器故障等 SBO
	可搬型代替注水ポンプ吐出圧力				③		
	防火水槽				③		
	淡水貯水池				③		

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熔融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		補助パラメータ分類		
			計器数	事後			
事故時運転操作手順書 [シリアクエント] [注水-3B] 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	抽出パラメータ 原子炉水位 (SA)	計器故障等 SBO
		原子炉水位 (燃料材料)	2	2	①	抽出パラメータ 原子炉水位 (SA)	計器故障等 SBO
	原子炉圧力容器内の水位				③		
	原子炉圧力容器内の水位				③		

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熔融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		補助パラメータ分類		
			計器数	事後			
事故時運転操作手順書 [シリアクエント] [注水-3B] AM設備別操作手順書 [消防車による送水 (デブリ冷却)]	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	抽出パラメータ 原子炉水位 (SA)	計器故障等 SBO
		原子炉水位 (燃料材料)	2	2	①	抽出パラメータ 原子炉水位 (SA)	計器故障等 SBO
	原子炉圧力容器内の水位				③		
	原子炉圧力容器内の水位				③		

・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	原子炉格納容器内空相気放射線レベル(S/C)	格納容器内空相気放射線レベル(S/C)	2	1	0	①	-	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要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	2	2	2	①	-	2	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
判断基準(1) / (2)	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器水位	1	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
	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	1	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	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				
非正常運転時(シフトアラーム) / 「注水 - 3」等	原子炉格納容器内の温度	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非正常M/Cの受電状態を確認するパラメータ	①	10	10	1	-	-	-	
															1
判断基準(3) / (2)	電源	P/C 2C電圧	1	1	1	③	非正常P/Cの受電状態を確認するパラメータ	③	1	1	1	-	-	-	
															1
AM設備別操作手順書	補機監視機能	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	③	1	1	1	-	-	-	
															2
判断基準(3) / (2)	水源の確保	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	③	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

1.8 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 - 3 a」 / 「注水 - 3 b」	原子炉格納容器内の温度	原子炉圧力	2	2	1	①	-	-	1	1	1	-	-	-	
															1
判断基準(4) / (c)	水源の確保	原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	2	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	②	2	2	2	-	-	-	
															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  
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	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		
			区分1直流電源 を喪失した場合	区分2直流電源 を喪失した場合			区分1直流電源 を喪失した場合	区分2直流電源 を喪失した場合	
監視事項は主要バ ラメータにて確認	MIC電圧	1	1	③	非使用MICの電圧計測を 行う	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	MIC電圧	1	1	③	非使用MICの電圧計測を 行う	1	1	1	
監視事項は主要バ ラメータにて確認	P/C D-I電圧	1	1	③	非使用P/Cの電圧計測を 行う	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	P/C D-II電圧	1	1	③	非使用P/Cの電圧計測を 行う	1	1	1	
監視事項は主要バ ラメータにて確認	直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認する	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の電圧状態 を確認する	1	1	1	
監視事項は主要バ ラメータにて確認	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	①	—	1	1	1	
ろ過水タンク水位	ろ過水タンク水位	1	1	③	代替水部の確保状態を確 認する	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

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	SBO影響	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響	負荷切り離し後		
非常時運転手 操作 (シフトアシスタント) AM設備切替 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	8	8	8	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 ンバ圧力	1	1	①	—	2	2	2	1	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
操作 (シフトアシスタント) AM設備切替 作手順書	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	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	2	2	2	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
		サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度	2	2	①	—	2	2	2	1	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
操作 (シフトアシスタント) AM設備切替 作手順書	原子炉格 納容器下 部水温	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度	3	3	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	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
		サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度	3	3	①	—	2	2	2	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル蒸気温度はサブプレッショ 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
操作 (シフトアシスタント) AM設備切替 作手順書	原子炉格 納容器下 部水温	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度	5	5	①	サブプレッション・チェンバ蒸 気温度	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
		サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度	5	5	①	—	2	2	2	1	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	計器名称	計器数	SBO影響		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		評価
			負荷切り離し後	監視可能					負荷切り離し後	監視可能	
監視事項は主要バ ラメータにて確認	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
監視事項は主要バ ラメータにて確認	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
監視事項は主要バ ラメータにて確認	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
監視事項は主要バ ラメータにて確認	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
監視事項は主要バ ラメータにて確認	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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
	サブプレッション・チェ ンバ蒸気温度 (SA)	2	2	2	①	—	サブプレッション・チェンバ 圧力 (SA)	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

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