

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	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	
原子炉格納容器内 格納容器下部水温	10	原子炉格納容器内格納容器下部水温 (D/W)	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			2	1	0	0	0	0	
緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧	2	2	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			2	2	2	0	0	0	
緊急用P/C電圧	1	緊急用P/C電圧	2	2	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			2	2	2	0	0	0	
緊急用直流125V主母線電圧	1	緊急用直流125V主母線電圧	2	2	2	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			2	2	2	0	0	0	
制御棒位置指示機能	185	制御棒位置指示	185	185	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			185	185	0	0	0	0	

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			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			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	
原子炉格納容器内格納容器下部水温	10	原子炉格納容器内格納容器下部水温	10	10	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			10	10	0	0	0	0	
緊急用M/C電圧	1	緊急用M/C電圧	1	1	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	0	0	0	0	
緊急用P/C電圧	1	緊急用P/C電圧	1	1	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	0	0	0	0	
緊急用直流125V主母線電圧	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	0	0	0	0	
制御棒位置指示機能	185	制御棒位置指示	185	185	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			185	185	0	0	0	0	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			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		計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後	
原子炉格納容器内格納容器下部水温	2	原子炉格納容器内格納容器下部水温 (D/W)	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			2	1	0	0	0	0	
緊急用M/C電圧	2	緊急用M/C電圧	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			2	2	0	0	0	0	
緊急用P/C電圧	2	緊急用P/C電圧	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			2	2	0	0	0	0	
緊急用直流125V主母線電圧	2	緊急用直流125V主母線電圧	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			2	2	0	0	0	0	
制御棒位置指示機能	185	制御棒位置指示	185	185	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
			185	185	0	0	0	0	

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

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	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	計器数	直後		
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「RPV冷却」 AM設備別操作手順書 「積込ポンプによる下部D#注水」	原子炉圧力	原子炉圧力	3	1	1	0	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	1	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	1	1	1	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「積込ポンプによる下部D#注水」	格納容器内圧力(D#)	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	0	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	0	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	0	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「積込ポンプによる下部D#注水」	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること 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		計器名称	計器数	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	計器数	直後		
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「注水-3」 「注水-3」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	0	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	0	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	0	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「注水-3」 「注水-3」等 AM設備別操作手順書	格納容器内圧力(D#)	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	0	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	0	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	0	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「注水-3」 「注水-3」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	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	計器数	直後		
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「注水-2」 AM設備別操作手順書 (CWTによるベントステ ル(CWT)による格納容器ス プレイ)	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「注水-2」 AM設備別操作手順書 (CWTによるベントステ ル(CWT)による格納容器ス プレイ)	格納容器内圧力(D#)	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	0	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	0	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	格納容器内圧力(S/C)	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	0	格納容器内圧力(S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
異常時運転中手続 (シビアアクシデント) 「注水-2」 AM設備別操作手順書 (CWTによるベントステ ル(CWT)による格納容器ス プレイ)	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能。		
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	0	原子炉圧力(SA) 原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料棒) 原子炉圧力(SA)	3	3	3	3	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、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  
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	SBO影響		計器数	計器名称		計器故障等	SBO
			直後	直後			計器数	計器名称					
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 AM設備別操作手順書 「炉心ポンプによる下部D/W注水」	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	①	直後	区分1 直流電源を奪った場合	1	1	1	1	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	1	1	①	①	直後	区分II 直流電源を奪った場合	3	3	3	3	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	3	3	①	①	直後	区分III 直流電源を奪った場合	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器下部水位	3	3	①	①	直後	区分IV 直流電源を奪った場合	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 「注水-1」 「注水-2」 「注水-3」 「注水-4」 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	①	直後	区分V 直流電源を奪った場合	1	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注水量	1	1	①	①	直後	区分VI 直流電源を奪った場合	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 「炉心ポンプ」	原子炉格納容器の注水量	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	①	直後	区分VII 直流電源を奪った場合	1	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注水量	1	1	①	①	直後	区分VIII 直流電源を奪った場合	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 「炉心ポンプ」	原子炉格納容器の注水量	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	①	直後	区分IX 直流電源を奪った場合	1	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注水量	1	1	①	①	直後	区分X 直流電源を奪った場合	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		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器数	計器名称		計器故障等	SBO
			直後	直後			計器数	計器名称					
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 「注水-3」 「注水-4」 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器下部水位	10	10	①	①	直後	区分I 直流電源を奪った場合	1	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注水量	10	10	①	①	直後	区分II 直流電源を奪った場合	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	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器下部注水量	2	2	②	②	直後	区分III 直流電源を奪った場合	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注水量	1	1	①	①	直後	区分IV 直流電源を奪った場合	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

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	SBO影響		計器数	計器名称		計器故障等	SBO
			直後	直後			計器数	計器名称					
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 「注水-3」 「注水-4」 AM設備別操作手順書 (CWTによるデスタブル注水) 「注水-1」 「注水-2」 「注水-3」 「注水-4」 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器下部注水量	2	2	①	①	直後	区分I 直流電源を奪った場合	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注水量	1	1	①	①	直後	区分II 直流電源を奪った場合	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 (CWTによるデスタブル注水) 「注水-1」 「注水-2」 「注水-3」 「注水-4」 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器下部注水量	2	2	②	②	直後	区分III 直流電源を奪った場合	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注水量	1	1	①	①	直後	区分IV 直流電源を奪った場合	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





重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		SBO影響	評価
			計器数	直後 区別1 高電圧電源 を起動した場合は 区別2 高電圧電源 を起動した場合は				計器数	直後 区別1 高電圧電源 を起動した場合は 区別2 高電圧電源 を起動した場合は		
対応手段 緊急時運転手 (シフト/アタランテ) [作務] 即時 [化審] 即時 [AM] 即時 [注水]	原子炉圧力 容器内の 水位	【原子炉水位(標準値)】 【原子炉水位(低限値)】 【原子炉水位(燃料棒 注水)】	4	1	①	—	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直後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
			3	1	①	—	原子炉水位 (S)	1	1	1	直後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
			2	1	①	—	原子炉水位 (燃料棒注水)	1	1	1	直後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
			1	1	①	—	原子炉水位 (燃料棒注水)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
操作 1 2	原子炉圧力 容器内の 圧力	【原子炉圧力(標準値)】 【原子炉圧力(低限値)】 【原子炉圧力(燃料棒注水)】	1	1	①	—	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	—	原子炉圧力 (S)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	—	原子炉圧力 (燃料棒注水)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	—	原子炉圧力 (燃料棒注水)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		SBO影響	評価
			計器数	直後 区別1 高電圧電源 を起動した場合は 区別2 高電圧電源 を起動した場合は				計器数	直後 区別1 高電圧電源 を起動した場合は 区別2 高電圧電源 を起動した場合は		
対応手段 緊急時運転手 (シフト/アタランテ) [作務] 即時 [化審] 即時 [AM] 即時 [注水]	原子炉圧力 容器内の 水位	【原子炉水位(標準値)】 【原子炉水位(低限値)】 【原子炉水位(燃料棒注水)】	4	1	①	—	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直後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
			3	1	①	—	原子炉水位 (S)	1	1	1	直後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
			2	1	①	—	原子炉水位 (燃料棒注水)	1	1	1	直後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
			1	1	①	—	原子炉水位 (燃料棒注水)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能
操作 1 2	原子炉圧力 容器内の 圧力	【原子炉圧力(標準値)】 【原子炉圧力(低限値)】 【原子炉圧力(燃料棒注水)】	1	1	①	—	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	—	原子炉圧力 (S)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	—	原子炉圧力 (燃料棒注水)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
			1	1	①	—	原子炉圧力 (燃料棒注水)	1	1	1	直後に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		SBO影響	評価
			計器数	直後 区別1 高電圧電源 を起動した場合は 区別2 高電圧電源 を起動した場合は				計器数	直後 区別1 高電圧電源 を起動した場合は 区別2 高電圧電源 を起動した場合は		
対応手段 緊急時運転手 (シフト/アタランテ) [作務] 即時 [化審] 即時 [AM] 即時 [注水]	原子炉格納容 器内の圧力	【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】	2	2	①	—	サブプレッシャ・チェン ベル (SA)	2	2	2	直後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
			7	7	①	—	ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	直後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
			2	2	①	—	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	直後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
			2	2	①	—	サブプレッシャ・チェン ベル (SA)	2	2	2	直後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
操作 1 2	原子炉格納容 器内の温度	【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】	2	2	①	—	サブプレッシャ・チェン ベル (SA)	2	2	2	直後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
			7	7	①	—	ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	直後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
			2	2	①	—	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	直後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
			2	2	①	—	サブプレッシャ・チェン ベル (SA)	2	2	2	直後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

・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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ, 分理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, 評価.

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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 分理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, 評価.

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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ, 補助パラメータ, 分理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, 評価.

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	SBO影響 SBO影響 区分I直達電源 を任命した場合 を任命した場合	計器数 直後	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		SBO影響 SBO影響 区分I直達電源 を任命した場合 を任命した場合	計器故障等	SBO	
			計器数 直後	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) [RPV制御] [R/B制御] 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内 容 「消防車による送水 (デブリ冷却)」	電源	M/C 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	1	1	1	1	1	1	1	
		M/C D電圧	1	1	③	確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	
	電源	R/C C-A電圧	1	1	③	非常用R/Cの受電状態を 確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	
		R/C D-A電圧	1	1	③	確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	
	電源	直流125V主母線盤A電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 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	確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	1	
	炉水貯槽 炉水貯槽水位	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 (2 / 2)	【炉水貯槽水位】	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
			【炉水貯槽水位】	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
			【格納容器下部水位】	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
			【格納容器下部水位】	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1
	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認													
	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認													
「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認														
「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認														
「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認														
「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認														
「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認														
「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認														

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	SBO影響 SBO影響 直後	計器数 直後	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		SBO影響 SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
			計器数 直後	計器数 直後					計器数 直後	計器数 直後				
非常時運転転作 手順書III (シビ アアクシデント) 「注水-3 a」 「注水-3 b」等 AM設備別操 作手順書	操作 (2 / 2)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	10	10	①	1	1	1	1	1	1	1	1	
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器へ格納容器下部注水量	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		消火系ポンプ吐出へ ツタダ圧力	1	1	③	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1
		水源の確保	1	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	0	0	0	0	0	0	0
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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	SBO影響 SBO影響 直後	計器数 直後	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		SBO影響 SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
				計器数 直後	計器数 直後					計器数 直後	計器数 直後				
AM設備別操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備別操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備別操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」	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 (2 / 2)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
		原子炉格納容器へ格納容器下部注水量	1	1	①	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		消火系ポンプ吐出へ ツタダ圧力	1	1	③	消火系の運転状 態を確認するパ ラメータ	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		水源の確保	1	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	1	0	0	0	0	0	0	0	0
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
		【格納容器下部水位】	2	2	②	1	1	1	1	1	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

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	計器名称	SBO影響		SBO影響	評価	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
非常時運転操作手順書 (シリアリアクシデン ド対応) AM設備別操作手順書 (手順による原子炉 注水) 多様なハザード対応手 順図による注水 (アブリアクト)	原子炉圧力 容器内の 炉心水位	【原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能		監視事項は主要ハ ザードにて確認	
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ド)「注水-3 a」等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 炉心水位	原子炉圧力	3	3	3	原子炉圧力(SA)	3	3	3	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 力容器温度より代替監視可能		監視事項は主要ハ ザードにて確認	
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			
			1	1	1	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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		抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				計器数	直後			負荷切り離し後	計器数		
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管理のための対応手順 (1) ベデスタル(ドライウェル部)への注水 d. 補給水系によるベデスタル(ドライウェル部)への注水	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線 線モニタ(D/W)	2	2	①	2	2	2	直接的に格納容器雰囲気放射線 レベルを計測することでき、監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
2				2	①	2	2	2	直接的に格納容器雰囲気放射線 レベルを計測することでき、監 視可能		
2				2	①	2	2	2	直接的に格納容器雰囲気放射線 レベルを計測することでき、監 視可能		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ リアクシデン ド)「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 力容器内 の温度	原子炉圧力	4	4	①	4	4	4	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
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
			計器数	直後			負荷切り離し後	計器数			直後
非常時運転操作手順書 (シリアリアクシデン ド) AM設備別操作手順書 (手順によるベデスタ ル注水) 補給水系による放射線量 率計	原子炉圧力 容器内 の炉心水位	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	①	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	
				2	2	①	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の炉心水位を計測すること ができ、監視可能	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
		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) 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備印刷操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」 多様なハザード対応手 順 「消防車による送水 (デブリ冷却)」	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水補給水系流量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	①	区分1直流電源 区分1直流電源 を延命した場合	計器故障等	SDO
		復水補給水系流量(BWR B 系代 替注水量)	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 副機熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能 水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能 副機熱除去に必要な水量と原子炉水位の変化より 代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
補機監視	可搬型代替注水ポンプ吐出 力				③	可搬型代替注水ポンプの 運転状態を確認するパ ラメータ		
水源の確保	防火水槽				③	代替水源の確保状態を確 認するパラメータ		
	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	計器名称	計器数	計器故障等	SDO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備印刷操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」	原子炉水位 (広帯 域)	2	①	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 高圧代替注水系系流量 低圧代替注水系系流量 副機熱除去系流量 復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	原則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 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と副機熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉水位 (SA広 帯域)	1	①	原子炉圧力 (SA) サブプレッジョン・チェンバ ー圧力 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系系流量 低圧代替注水系系流量 副機熱除去系流量 復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2 2 2 2 2 2 2 2 2 2	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 ーの差圧から原子炉圧力容器内の水位 を測定可能 原則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 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水量と副機熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

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	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	SDO
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備印刷操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」 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	2	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	1 2 2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力容 器内の圧力	1	①	原子炉圧力 (SA) 原子炉水位 (燃料域)	1 2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること が、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
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				評価
			計器数	SBO影響		計器名称		計器数	SBO影響			
				直後	区分1直後電源 を延長した場合				直後	区分1直後電源 を延長した場合		
手動運転時 (シフトアップ/ダウン) [注1] 制御 [注2] 制御	原子炉格納容器内圧力監視 [注1] SBO	格納容器内圧力監視(放射線レベル)	2	1	0	0	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器内圧力監視(放射線レベル) (S/C)	2	1	1	0	2	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (注1) 注本による原 子炉注本)	原子炉圧力 監視	原子炉圧力監視(放射線レベル)	2	2	2	0	1	1	1	1	1	原子炉圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力監視(放射線レベル) (S/C)	2	2	2	0	1	1	1	1	1	原子炉圧力監視は主要パラメータにて確認
判断基準 (注1) 注本による原 子炉注本)	原子炉格納容器内 の水位	原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル) (S/C)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル) (S/C)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル) (S/C)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル) (S/C)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力監視(放射線レベル) (S/C)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器内圧力監視は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器数	SBO影響		計器名称		計器数	SBO影響			
				直後	区分1直後電源 を延長した場合				直後	区分1直後電源 を延長した場合		
判断基準 (注1) 注本による原 子炉注本)	原子炉格納容器内 の温度	原子炉格納容器下部水温	10	10	10	①	—	—	—	—	—	—
		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主母線電圧 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主母線電圧 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	—	—	—	—	—
		制御棒位置指示	185	185	0	③	溶融炉心の腐蝕 を検知するパラ メータ	—	—	—	—	—
		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	—	—	—	—	—
		補機監視 機能	185	185	0	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				評価
			計器数	SBO影響		計器名称		計器数	SBO影響			
				直後	区分1直後電源 を延長した場合				直後	区分1直後電源 を延長した場合		
判断基準 (注1) 注本による原 子炉注本)	原子炉格納容器 下部の温度	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	①	—	—	—	—	—	監視事項は主要パラメータにて確認
		ベグスタム温度 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	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 圧力 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		ベグスタム温度 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	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 圧力 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		ベグスタム温度 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	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 圧力 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		ベグスタム温度 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	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 圧力 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		ベグスタム温度 (SA)	2	2	2	②	監視事項は主要パラメータにて確認	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

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	
監視事項(シビアアクシデント) [BWS 監視] [H/B 監視]	MIC 電圧	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	MIC D 電圧	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	
監視事項(AM 設備切替手順書) [炉心ポンプによる原子炉注水]	直流 125V 主母線電圧 A 電圧	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	直流 125V 主母線電圧 B 電圧	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	
監視事項(2 / 2)	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	ろ過水タンク水位	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	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 - 3aj] 等 AM設備切替 手順書	原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	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	8	抽出パラメータ	8	抽出パラメータ	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル蒸気温度により代替監視可能
操作 (1 / 2)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッション・チェンバ温度	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	監視可能であればドライウエル圧力(常用計器)により代替監視可能
		サブプレッション・チェンバ圧力	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能
監視事項は抽出パラメータにて確認	原子炉格納容器下部の温度	サブプレッション・チェンバ圧力	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	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
		サブプレッション・チェンバ温度	2	抽出パラメータ	2	抽出パラメータ	2	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	原子炉格納容器下部の温度	サブプレッション・チェンバ圧力	3	抽出パラメータ	3	抽出パラメータ	3	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
		サブプレッション・チェンバ温度	5	抽出パラメータ	5	抽出パラメータ	5	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

・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	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器	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
			計器数	計器名称				
監視事項(シビアアクシデント) [注水 - 3aj] 等 AM設備切替 手順書	原子炉格納容器下部の温度	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1
	原子炉格納容器下部の温度	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	1	抽出パラメータ	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の温度	2	抽出パラメータ	2	抽出パラメータ	2	抽出パラメータ	2
	原子炉格納容器下部の温度	3	抽出パラメータ	3	抽出パラメータ	3	抽出パラメータ	3
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の温度	5	抽出パラメータ	5	抽出パラメータ	5	抽出パラメータ	5
	原子炉格納容器下部の温度	6	抽出パラメータ	6	抽出パラメータ	6	抽出パラメータ	6



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	SBO影響		計器数	計器数	補助パラメータ 分類理由	SBO影響		計器位置	SBO	
				直後	長期間の遅し後				直後	長期間の遅し後			
1.8.1 ベンチマーク内に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 a. 格納容器排水システム(可動型)によるベンチマーク内への注水(排水/海水) 事象発生直前事象 (注水-3 a) (注水-3 b) ACR作動 AE設備の作動 「ACS S」(可動型)による格納容器「ステイ」 原子炉冷却系循環 「大流量水を駆使した注水」	原子炉格納容器内の放射線 風率		格納容器下部気流放射線モニタ(「Fライクモニタ」)	2	2	1	①	—	18	0	0	モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視項目は主要パラメータにて確認	
	監視装置(「1 / c」)	原子炉圧力降下器内の温度	原子炉圧力降下器内の温度	格納容器下部気流放射線モニタ(「Fライクモニタ」)	2	2	1	①	—	18	0	0	モニタ放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視項目は主要パラメータにて確認
			原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	1		2	2	1	原子炉圧力
			原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1		1	1	1	原子炉圧力
				原子炉圧力降下器温度(SA)	2	2	2	①	—	2	2	1	1
			原子炉圧力降下器温度(SA)	1	1	1	1		1	1	1	1	原子炉圧力降下器温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 監視項目は主要パラメータにて確認

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



**重大事故等対処に係る監視事項**

1.8 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

項目	分類	対象動作	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			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			計器	注	
			計器数	事後	負荷印の撤去後	計器数	事後	負荷印の撤去後			
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 (注水-3a) (注水-3b) AM設備の操作手順書 (ACSS (可搬型) による 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順) (注水-3c) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3d) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3e) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3f) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3g) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3h) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3i) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3j) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3k) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3l) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3m) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3n) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3o) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3p) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3q) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3r) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3s) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3t) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3u) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3v) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3w) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3x) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3y) 原子炉格納容器下部の 熔融炉心を冷却する 手順 (注水-3z)	原子炉圧力 注水	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	3	3	3	3	3	3	3	原子炉圧力、注水	
	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	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	2	2	2	2	2	2	2	2	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	2	2	2	2	2	2	2	2	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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
	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	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	1	1	1	1	1	1	1	1	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

・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	監視パラメータを計測する計器			監視パラメータを計測する計器			計器
			計器数	感度	負荷切り離し後	計器数	感度	負荷切り離し後	
炉心冷却系監視 (シリアクティブ) (注本-2b) JACS (監視型) 以上 各種計器の出力 原子炉冷却系監視 (注本-2b)	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	原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	2	2	1	2	2	1	監視パラメータが計測不能になることがあり、監視可能
		高圧原子炉冷却系監視	1	1	1	1	1	1	
		冷却系監視 (監視型)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	1	1	1	1	1	
		原子炉冷却系監視 (燃料棒) 原子炉冷却系監視 (燃料棒)	1	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

**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**

項目	項目 対比対象 事故時操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 b] AMC(炉内熔融炉心冷却) [注水-3 b] LACS(炉内熔融炉心冷却) [注水-3 b] 炉内熔融炉心冷却手順書 (注水-3 b) 炉内熔融炉心冷却手順書 (注水-3 b)	分類	装置名称	抽出圧力メータの代替圧力メータを計測する計器			抽出圧力メータの代替圧力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
				装置数	直観	監視/予備監視	装置数	直観	監視/予備監視						
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力 (SA)	1	1	1	抽出圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バウ グループにて確認		
				抽出圧力 (燃料棒)	2	2	2	抽出圧力 (燃料棒)	2	2	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測することができ、監視可能				
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力 (SA)	1	1	1	抽出圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バウ グループにて確認		
				抽出圧力 (燃料棒)	2	2	2	抽出圧力 (燃料棒)	2	2	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測することができ、監視可能				
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	抽出圧力	抽出圧力 (SA)	1	1	1	抽出圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バウ グループにて確認		
				抽出圧力 (燃料棒)	2	2	2	抽出圧力 (燃料棒)	2	2	直接的に原子炉圧力計測器内の圧力を計測することができ、監視可能				

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

**重大事故等対処に係る監視事項**

**1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等**

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

項目	対称/非対称	分類	計器名称	計器数	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		計器名称	計器数	重要監視パラメータ		注
					監視項目	監視項目			計器数	監視項目	
重要監視パラメータ (注水-3.4.1) AMI監視項目 (注水-3.4.1) AMI監視項目 (注水-3.4.1) AMI監視項目 (注水-3.4.1) AMI監視項目 (注水-3.4.1)		原子炉格納容器下部の温度	サブライクエール圧力 (S.A)	2		サブライクエール圧力 (S.A)	2	2	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール温度 (S.A)	2		サブライクエール温度 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール圧力 (S.A)	2		サブライクエール圧力 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール温度 (S.A)	2		サブライクエール温度 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール圧力 (S.A)	2		サブライクエール圧力 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール温度 (S.A)	2		サブライクエール温度 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール圧力 (S.A)	2		サブライクエール圧力 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール温度 (S.A)	2		サブライクエール温度 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール圧力 (S.A)	2		サブライクエール圧力 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
			サブライクエール温度 (S.A)	2		サブライクエール温度 (S.A)	2	7	①	原子炉格納容器下部の温度を計測することによって、監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視

・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

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <p>・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</p>																																																																																																								
<p><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p>																																																																																																											
<p>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</p>																																																																																																											
<p>対応手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] [注水-3 b] AM設備制御機要領書 / ACS (出機型) による 制御器部パネルイ 原子炉異常対準手順書 / 大連送水を使用した送 水)</p>	<p>項目 原子炉格納容 器内の大連送 水 制御棒の位置 制御棒の位置 緊急用メタタラ電圧 S Aロードセンタ母線電圧 輪谷貯水槽 (西1) 輪谷貯水槽 (西2)</p>	<p>計器名称 格納容器水素濃度 (S A) 格納容器水素濃度 【制御棒自動操作・監視系】 緊急用メタタラ電圧 S Aロードセンタ母線電圧 輪谷貯水槽 (西1) 輪谷貯水槽 (西2)</p>	<p>監視項目 格納容器水素濃度 中性子制御棒位置 平均出力監視計装</p>																																																																																																								
<p>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</p>																																																																																																											
<table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">計器数</th> <th rowspan="2">パワメータ 分類</th> <th rowspan="2">パワメータ 分類理由</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">計器数</th> <th rowspan="2">計器故障等</th> <th rowspan="2">SBO</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>直後</th> <th>長期間内停止後</th> <th>計器数</th> <th>直後</th> <th>長期間内停止後</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td>原子炉格納容 器内の大連送 水</td> <td>原子炉格納容 器内の大連送 水</td> <td>格納容器水素濃度 (S A)</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>①</td> <td>—</td> <td>格納容器水素濃度</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>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</td> <td>監視事項は主要パラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td>制御棒の位置</td> <td>制御棒の位置</td> <td>格納容器水素濃度 【制御棒自動操作・監視系】</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>②</td> <td>—</td> <td>中性子制御棒位置 平均出力監視計装</td> <td>4</td> <td>0</td> <td>0</td> <td>中性子制御棒位置又は平均出力監視計装により、本監視事項の監視可能</td> <td>監視事項は代替パラメータにて確認</td> </tr> <tr> <td>緊急用メタタラ電圧</td> <td>緊急用メタタラ電圧</td> <td>緊急用メタタラ電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>緊急用メタタラの電圧状態を確認するパラメータ</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>S Aロードセンタ母線電圧</td> <td>S Aロードセンタ母線電圧</td> <td>S Aロードセンタ母線電圧</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>③</td> <td>緊急用ロードセンタの電圧状態を確認するパラメータ</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>輪谷貯水槽 (西1)</td> <td>輪谷貯水槽 (西1)</td> <td>輪谷貯水槽 (西1)</td> <td colspan="3">「緊急時対策本部」に確認</td> <td>④</td> <td>代替格納容器下部の監視状態を確認するパラメータ</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> <tr> <td>輪谷貯水槽 (西2)</td> <td>輪谷貯水槽 (西2)</td> <td>輪谷貯水槽 (西2)</td> <td colspan="3">「緊急時対策本部」に確認</td> <td>④</td> <td>代替格納容器下部の監視状態を確認するパラメータ</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> <td>—</td> </tr> </tbody> </table>				項目	分類	計器名称	計器数			パワメータ 分類	パワメータ 分類理由	計器名称	計器数			計器故障等	SBO	計器数	直後	長期間内停止後	計器数	直後	長期間内停止後	原子炉格納容 器内の大連送 水	原子炉格納容 器内の大連送 水	格納容器水素濃度 (S A)	1	0	0	①	—	格納容器水素濃度	1	0	0	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	監視事項は主要パラメータにて確認	制御棒の位置	制御棒の位置	格納容器水素濃度 【制御棒自動操作・監視系】	1	1	0	②	—	中性子制御棒位置 平均出力監視計装	4	0	0	中性子制御棒位置又は平均出力監視計装により、本監視事項の監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認	緊急用メタタラ電圧	緊急用メタタラ電圧	緊急用メタタラ電圧	1	1	1	③	緊急用メタタラの電圧状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	S Aロードセンタ母線電圧	S Aロードセンタ母線電圧	S Aロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	緊急用ロードセンタの電圧状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	輪谷貯水槽 (西1)	輪谷貯水槽 (西1)	輪谷貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認			④	代替格納容器下部の監視状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	輪谷貯水槽 (西2)	輪谷貯水槽 (西2)	輪谷貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認			④	代替格納容器下部の監視状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—
項目	分類	計器名称	計器数				パワメータ 分類	パワメータ 分類理由	計器名称				計器数					計器故障等	SBO																																																																																								
			計器数	直後	長期間内停止後	計器数				直後	長期間内停止後																																																																																																
原子炉格納容 器内の大連送 水	原子炉格納容 器内の大連送 水	格納容器水素濃度 (S A)	1	0	0	①	—	格納容器水素濃度	1	0	0	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	監視事項は主要パラメータにて確認																																																																																														
制御棒の位置	制御棒の位置	格納容器水素濃度 【制御棒自動操作・監視系】	1	1	0	②	—	中性子制御棒位置 平均出力監視計装	4	0	0	中性子制御棒位置又は平均出力監視計装により、本監視事項の監視可能	監視事項は代替パラメータにて確認																																																																																														
緊急用メタタラ電圧	緊急用メタタラ電圧	緊急用メタタラ電圧	1	1	1	③	緊急用メタタラの電圧状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—																																																																																														
S Aロードセンタ母線電圧	S Aロードセンタ母線電圧	S Aロードセンタ母線電圧	1	1	1	③	緊急用ロードセンタの電圧状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—																																																																																														
輪谷貯水槽 (西1)	輪谷貯水槽 (西1)	輪谷貯水槽 (西1)	「緊急時対策本部」に確認			④	代替格納容器下部の監視状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—																																																																																														
輪谷貯水槽 (西2)	輪谷貯水槽 (西2)	輪谷貯水槽 (西2)	「緊急時対策本部」に確認			④	代替格納容器下部の監視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

**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	抽出パラメータの監視項目			抽出パラメータの監視項目			項目	抽出パラメータの監視項目			抽出パラメータの監視項目			項目				
	計器数	単位	負荷切り直し後	計器数	単位	負荷切り直し後		計器数	単位	負荷切り直し後	計器数	単位	負荷切り直し後					
対応手段 事故対応マニュアル (1) 基本-2 a f) AME 設備印操作手順書 (AES S. 10 参照) によ る制御手順-2 a f) 原子炉冷却計画手順書 (1) 基本-2 b 1) 緊急事故対応手順書 (1) 基本-2 b 1)	原子炉格納容 器内の温度	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	0	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	0	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	0	監視項目は主要パ ラメータにて確認	
		ベガスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	ベガスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
		サブレンジオン・チェーン 圧力 (SA)	2	2	2	2	2	0	サブレンジオン・チェーン 温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	監視項目は主要パ ラメータにて確認
		ベガスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	ベガスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2
機 作 1 / 2	原子炉格納容 器内の温度	ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	0	ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	0	ドライウエル圧力 (SA)	7	7	7	7	7	監視項目は主要パ ラメータにて確認
		サブレンジオン・チェーン 圧力 (SA)	7	7	7	7	7	サブレンジオン・チェーン 温度 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	7	監視項目は主要パ ラメータにて確認
		ベガスタル温度 (SA)	7	7	7	7	7	ベガスタル温度 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	7	監視項目は主要パ ラメータにて確認
		ベガスタル温度 (SA)	7	7	7	7	7	ベガスタル温度 (SA)	7	7	7	7	7	7	7	7	7	監視項目は主要パ ラメータにて確認

- ・設備の相違

【柏崎6/7, 東海第二】

技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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	対応手段	項目	①重要監視パラメータ			②有効監視パラメータ			SBO	相違
			計器数	直感	負荷切り直し後	計器数	直感	負荷切り直し後		
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	緊急時操作要領書 (シリアクティブ) (注水-3.4) (注水-3.5) AMC個別機作要領書 (シリアクティブ) による格納容器下部への注水 原子炉格納容器下部の注水 緊急時作業者手順書 (注水-3.4) 緊急時作業者手順書 (注水-3.5) 緊急時作業者手順書	原子炉格納容器下部の注水	原子炉格納容器下部の注水	4	4	4	4	4	1	ベガスタルへ注水している系統の注水流量より代替監視可能
			原子炉格納容器下部への注水	4	4	4	4	4	4	4
構作(2/2)		原子炉格納容器下部への注水	原子炉格納容器下部への注水	4	4	4	4	4	3	水源である低圧原子炉格納容器注水ポンプの水位変化により代替監視可能
			原子炉格納容器下部への注水	4	4	4	4	4	4	4
		増設監視機能	大流量注水ポンプ出口圧力	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	注水圧のドライウェル水位、サプレッション・チェンジャー水位(SA)、ベガスタル水位の水位変化により代替監視可能
		水質の確保	増設貯水槽(西1)	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	直後				直後	直後		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [IPV 初期] [R/B 初期] AM 設備別操作手順書 [「前」火ポンプによる原 子炉注水]	原子炉圧 力監視へ の注水量	復水補給水系流量 (RDR A 系) 特注水流量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧 力監視へ の注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
補機監視 機能	原子炉圧 力監視へ の注水量	ディーゼル駆動消火ポンプ吐 出圧力	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
本部の備 考	原子炉圧 力監視へ の注水量	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	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

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				計器故障等	SBO
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後		
1.8.2.2 溶融炉心のベグスタル (ドラウイウエル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 (1) 原子炉圧力容器への注水 a. 低圧代替注水系 (常設) による原子炉圧力容器への注水	非常時運転手 手順書 III (シビ アアクシデント) [「注水-1」] 等	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線 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	
	原子炉圧 力容器内 の温度	4	4	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線 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	原子炉圧 力容器内 の温度	4	4	①	原子炉圧力 (SA)	2	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 の温度	4	4	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2	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 の温度	4	4	①	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	残留熱除去系が運転状態である ば、残留熱除去系熱交換器入口温 度より原子炉圧力容器温度の代替 監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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				計器故障等	SBO		
					ハラムメータ 分類理由	補助ハラムメータ 分類理由	計器名称	計器数			SBO影響	
											直後	直後
1.8.2.1 ベグスタル内に落下した溶融炉心の冷却のための対応手順 (1) ベグスタル内注水 (2) ベグスタル内注水 e. ベグスタル代替注水系 (可搬型) によるベグスタル内への注水 (排水/海水)	事故時運転操作 手順書 [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 [A P F S (可搬型) に よるベグスタル注水] 原子炉圧力監視 手続書 [大流量注水を使用し た注水]	原子炉格納 容器内 の放射線 量率	2	2	①	[エアリア放射線モニタ]	18	0	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		
											格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2
AM設備別操 作手順書 [「注水-1」] 等	原子炉圧 力容器内 の温度	4	4	①	[エアリア放射線モニタ]	18	0	0	0	エアリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		
											原子炉圧力 (SA)	2
	原子炉圧 力容器内 の温度	4	4	①	残留熱除去系熱交換器入口 温度	2	2	2	2	残留熱除去系が運転状態である ば、残留熱除去系熱交換器入口 温度より原子炉圧力容器温度の 代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		

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	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 分類理由	SBO影響				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合	計器故障等			
対応手段 事故時運転規程手帳第 (シビアアクシデント) 「BPV制御」 「注水-1」 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	1	①	-	原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 3 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	1 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあ ると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧 力容器温度より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の の圧力	原子炉圧力	1	1	①	-	原子炉圧力	3	1	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測すること ができ、監視可能
電源	AM用直流125V主母 線電圧	AM用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を確認するパラメータ	高圧代替注水系統流量 復水供給水系統流量(PWR A系代 替注水流量) 復水供給水系統流量(PWR B系代 替注水流量) 原子炉冷却時冷却系統流量 復水供給水系統流量(格納容器下 部注水流量) 原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1	復水供給水系統流量(PWR A系代 替注水流量)より、復水供給水 系統の注水量より復水供給水系統の代替監視可 能 復水供給水系統流量(PWR B系代 替注水流量)より、復水供給水 系統の注水量より復水供給水系統の代替監視可 能 原子炉水位(圧帯域)より、原子炉圧力容 器温度より代替監視可能 注水先の原子炉水位の変化により、復水供給水 位の前代監視可能 復水供給ポンプ吐出圧力により、復水供給水 位を監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	SBO影響				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合	計器故障等			
非 常 時 運 転 手 順 書 III (シ ビ ア ク シ デ ン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	-	原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA圧帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力容器内の の圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA圧帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電源	緊急用M/C電圧	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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	-
	緊急用P/C電圧	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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	-
	緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	SBO影響				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合			計器数	直後	区分1直流電源 を喪失した場合	計器故障等			
緊急用直流125V主母 線電圧	電源	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	-
		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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	-
緊急用P/C電圧	電源	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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	-
		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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	-
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA圧帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉水位(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA圧帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能 原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ 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

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		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響						
				直後	直後			直後	直後			直後	直後					
非常時運転手順 (シビアアクシデント) 【注水-3 b】 AM設備別操作手順書 【注水-3 b】 AM設備別操作手順書 【注水-3 b】 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順書 【注水-3 b】	原子炉圧力容器下部の水位	①	【原子炉水位(広帯域)】 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料床)	4	4	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等 監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
				3	3	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		
				2	2	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1
				3	3	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	1	1	1	1	1	1	1		1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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 分類理由	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響							
			直後	直後			直後	直後			直後	直後						
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデ ント) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン燃料床用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン燃料床用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流	1	1	1	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	1	1	計器故障等 監視事項は主要ハ ラメータにて確認			
				2	2	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(常設ライン燃料床用)	1	1	1	1	1		1		
				2	2	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	1	1		1	1	
				2	2	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流 量(可搬ライン燃料床用)	1	1	1	1	1		1	1	
				2	2	1	1	①	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1	1	1		1	1	
				2	2	1	1	①	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	1		1	1	
				2	2	1	1	①	低圧代替注水系格納容器下部注 水流	1	1	1	1	1		1	1	
				2	2	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	1		1	1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	2	2	1	1	1		1	1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1		1	1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(SA燃料床)	1	1	1	1	1		1	1	1
				2	2	1	1	①	サプレッション・プールの水位	1	1	1	1	1		1	1	1
				2	2	1	1	①	常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	2		2	2	2

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器						抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器						評価		
			計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響		補助パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響					
				直後	直後			直後	直後			直後	直後				
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデ ント) 【注水-3 b】 AM設備別操作手順書 【注水-3 b】 AM設備別操作手順書 【注水-3 b】 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順書 【注水-3 b】	原子炉圧力容 器内の圧力	①	原子炉圧力	2	2	1	1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	計器故障等 監視事項は主要ハ ラメータにて確認		
				2	2	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	1		1	
				2	2	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	2	2	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	2		2	2
				2	2	1	1	①	原子炉圧力	2	2	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	2	2	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	2	2		2	2
				2	2	1	1	①	原子炉圧力	2	2	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(燃料床)	2	2	1	1	1		1	1
				2	2	1	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 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	
			計器数	直後		計器名称	計器数		直後
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント [BVI 制御] [BVI 制御])	原子炉圧 力降部へ の注水量	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	体積である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要バ ロメータにて確認
			1	1	③	高圧代替注水ポンプ吐出 力	1	1	
操作 (2 / 2)	機械監視 機能	高圧代替注水タービン入口 圧力	1	1	③	高圧代替注水系の運転状 態を確認するバロメータ	1	1	
		高圧代替注水タービン排気 圧力	1	1	③		1	1	
水部の腐 蝕	高圧代替注水系統流量	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	復水貯蔵槽を水源とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能
		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	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水 位を監視可能

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	抽出バロメータの代替バロ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 操作手順書 (シビアアクシデ ント [注水-1] 等) AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力降部内 の水位	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉圧力降部内の水位 を計測することができ、監視可能
			2	2	①	高圧代替注水系統流量	1	1	原子炉圧力降部へ注水している系 統の注水量と高圧貯蔵槽水位の代替監視 出バロメータ にて確認
原子炉格納容 器内の注水量	原子炉格納容 器内の注水量	原子炉水位 (SA広 帯域)	1	1	①	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	直接的に原子炉格納容器内の注水量 を計測することができ、監視可能
			1	1	①	高圧代替注水系統流量	1	1	原子炉格納容器へ注水している系 統の注水量と高圧貯蔵槽水位の代替監視 出バロメータ にて確認

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータ 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	
			計器数	直後		計器名称	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-3] 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格納容 器内の注水量	ドライケムス温度 (SA)	2	2	①	ドライケムス温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水量を計測すること ができ、監視可能
			2	2	①	ベグスタム温度 (SA)	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認
原子炉格納容 器内の注水量	原子炉格納容 器内の注水量	ドライケムス温度 (SA)	2	2	①	ドライケムス温度 (SA)	2	2	直接的に原子炉格納容器内の注水量を計測すること ができ、監視可能
			2	2	①	ベグスタム温度 (SA)	2	2	監視事項は主要バ ロメータにて確認

監視事項 (2 / 6)

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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ, SBO影響, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, SBO影響. It lists various monitoring items and their associated parameters and SBO impacts.

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

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ, SBO影響, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, SBO影響. It lists monitoring items for the second power plant and their associated parameters and SBO impacts.

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

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

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ, 補助パラメータ, SBO影響, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, SBO影響. It lists monitoring items for the Shikoku power plant and their associated parameters and SBO impacts.

・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	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数				直後	負荷切り直し後								
対応手段 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-1]参照 [注水-2]参照 AM設備別操作手順書 [注水-1]による注 り放水注入)	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	1	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	0	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	高圧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	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
																		4
操作 3 / 3	原子炉圧 力容器内 の水圧	1	1	1	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	0	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	高圧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	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
																		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	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	計器名称	計器数	SBO影響		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数				直後	負荷切り直し後								
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (3 / 3)	1	1	1	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	0	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	高圧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 出バロメータ にて確認	
																		2

①：重要監視バロメータ，②：有効監視バロメータ，③：補助バロメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		抽出バロメータ 分類	抽出バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	SBO
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数				直後	負荷切り直し後								
対応手段 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3]参照 AM設備別操作手順書 [注水-1]による注 り放水注入) 原子炉圧力容器下部の 水圧	原子炉格納容 器内の水圧	2	2	2	-	サブレンジン・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	0	-	サブレンジン・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	高圧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	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
																		7
操作 1 / 2	原子炉格納容 器内の水圧	2	2	2	-	サブレンジン・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	0	-	サブレンジン・チェンバ 圧力(SA)	2	2	2	高圧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	監視事項は主要バ ロメータにて確認	
																		7

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

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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7 号炉 (2017. 12. 20 版)

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 区分 I 直電電源 を延長した場合	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO 影響 直後 区分 I 直電電源 を延長した場合	計器故障等	SBO
対応手段 手動時運転操作手順書 (シリアクティブ) 「B 手順」 「B 手順」 AM 設備別運転手順書 【CDB】による原子炉注 水。	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器内空囲気放射線レベ ル(S/C)	2	1	0	0	0	0	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注 水温度	2	1	1	0	0	0	ユーリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
非常時運転手 順書 III (シレ ブ)「注水-1」 等 AM 設備別運 作手順書	原子炉注 水温度 の放射線 量率	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	4	4	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)	3	3	1	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)
非常時運転手 順書 III (シレ ブ)「注水-1」 等 AM 設備別運 作手順書	原子炉注 水温度 の放射線 量率	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	2	2	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)	2	2	1	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)
非常時運転手 順書 III (シレ ブ)「注水-1」 等 AM 設備別運 作手順書	原子炉注 水温度 の放射線 量率	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)

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	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 (D) 原子炉注水係 (可搬型) による原子炉注水係 (可搬型) による原子炉注水 (淡水/海水)	原子炉注水 係 (可搬型)	格納容器空囲気放射線モニ タ (S/C)	2	2	0	0	0	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
非常時運転手 順書 III (シレ ブ)「注水-1」 等 AM 設備別運 作手順書	原子炉注 水温度 の放射線 量率	格納容器空囲気放射線モニ タ (D/W)	2	2	0	0	0	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
		原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	4	4	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2 号炉

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

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
非常時運転手 順書 III (シレ ブ)「注水-1」 等 AM 設備別運 作手順書	原子炉注 水温度 の放射線 量率	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	4	4	1	1	1	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)	4	4	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)
非常時運転手 順書 III (シレ ブ)「注水-1」 等 AM 設備別運 作手順書	原子炉注 水温度 の放射線 量率	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	2	2	0	0	0	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)	2	2	0	0	0	0	原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)
非常時運転手 順書 III (シレ ブ)「注水-1」 等 AM 設備別運 作手順書	原子炉注 水温度 の放射線 量率	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	1	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR A 系代 替注水温度)	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)	1	1	1	1	1	1	原子炉注水温度 (INR B 系代 替注水温度)

重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	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	区別1直後電源を 使用した場合			計器名称	計器数	直後	区別1直後電源を 使用した場合		計器故障等	SRD
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [RPV制御] [R/B制御]	M/C電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 検出するパラメータ							
	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を 検出するパラメータ							
AM設備別操作手順書 [CRDによる原子炉注 水]	直流125V主母線電圧	1	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態 を電測するパラメータ							
	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (A系のみ)	1	1	1	0	①								
制御基準書 (2 / 2)	注水の検出 (注水検出)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量	1	1	1	①		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (R/B系)	1	1	1	1	1	注水検出は主要な パラメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (R/B系)	1	1	1	1	①		原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (R/B系)	1	1	1	1	注水検出は主要な 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				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				評価		
		計器名称	計器数	直後	区別1直後電源を 使用した場合			計器名称	計器数	直後	区別1直後電源を 使用した場合		計器故障等	SRD
非常時運転操作手順書 [シビアアクシデント] [注水-1] 等	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	①		原子炉圧力 (圧滞域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A広帯域) 原子炉圧力 (S A燃料域)	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態があると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
AM設備別操作手順書 (3 / 4)	電源	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		原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ		原子炉圧力 (圧滞域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A広帯域) 原子炉圧力 (S A燃料域)	2	2	2	2
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ		原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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				評価
				計器数	直後	区別1直後電源を 使用した場合	計器名称			計器数	直後	区別1直後電源を 使用した場合	計器故障等	
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溶融炉心冷却水系統流量 (A系)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (A系)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (A系)	2	2	1	①							
			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (R/B系)	2	2	2	2	①						
AM設備別操作手順書 [H/PACによる原子炉注 水]	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S系)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S系)	原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (S系)	2	2	2	①							
			原子炉格納容器下部の溶融炉心冷却水系統流量 (R/B系)	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	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO影響	評価	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数				
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 作業者 (見守)等 AM設備別操作手順書 (CRP)による原子炉注 水)	原子炉注 水	原子炉水位(SA)	4	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	3	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	2	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	2	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
原子炉注 水	原子炉注水	原子炉注水(注水)	3	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO影響	評価	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数				
非常時運転手 員 (シビアアクシデ ント) (注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉注 水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	

①:重要監視バロメータ, ②:有効監視バロメータ, ③:補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		計器名称	SBO影響	評価	SBO
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数				
非常時運転手 員 (シビアアクシデ ント) (注水-1) (注水-2) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉注 水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	1	1	
	原子炉注水	原子炉注水(注水)	1	1	①	原子炉注水(注水)	1	1	原子炉注水(注水)	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  
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	SDO影響		補助ハバメータ 分類理由	抽出ハバメータの代償ハバメータを計測する計器		計器名称	SDO影響		計器設備等	SBO
			区分別直流電源 を延長した場合	区分別直流電源 を延長した場合		直後	直後		計器数	計器設備等		
機体保護用出力監視器 (ヒータ/アクシオン) (RPA 制御) (RPA 制御) AM 設備別操作手順書 (「20」による原子炉注 水)	原子炉圧 力容器外 の風量	原子炉圧力容器風量	2	2	①		原子炉圧力 容器外風量 (RPA)	3	3	1	原子炉圧力容器外風量監視装置	監視事項は主として アラームにて警報
	原子炉圧 力容器への冷却水の注水量	原子炉圧力容器注水量	1	0	③		原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	3	3	1	原子炉圧力容器注水量監視装置	監視事項は主として アラームにて警報
機体保護用出力監視器 (ヒータ/アクシオン) (RPA 制御) (RPA 制御) AM 設備別操作手順書 (「20」による原子炉注 水)	原子炉圧 力容器への冷却水の注水量	原子炉圧力容器注水量	4	1	①		原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	3	3	1	原子炉圧力容器注水量監視装置	監視事項は主として アラームにて警報
	原子炉圧 力容器への冷却水の注水量	原子炉圧力容器注水量	1	1	①		原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	3	3	1	原子炉圧力容器注水量監視装置	監視事項は主として アラームにて警報

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	抽出ハバメータを計測する計器		補助ハバメータ 分類理由	抽出ハバメータの代償ハバメータを計測する計器		計器設備等	SBO		
			直後	負荷切り直し後		計器数	計器名称			直後	負荷切り直し後
機体保護用出力監視器 (ヒータ/アクシオン) (RPA 制御) (RPA 制御) AM 設備別操作手順書 (「20」による原子炉注 水)	原子炉圧 力容器内の 注水量	原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	2	2	①		原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	1	1	原子炉圧力容器注水量監視装置	監視事項は主として アラームにて警報
	原子炉圧 力容器内の 注水量	原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	1	1	①		原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	1	1	原子炉圧力容器注水量監視装置	監視事項は主として アラームにて警報

・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	抽出ハバメータを計測する計器		補助ハバメータ 分類理由	抽出ハバメータの代償ハバメータを計測する計器		計器設備等	SBO		
			直後	負荷切り直し後		計器数	計器名称			直後	負荷切り直し後
機体保護用出力監視器 (ヒータ/アクシオン) (RPA 制御) (RPA 制御) AM 設備別操作手順書 (「20」による原子炉注 水)	原子炉圧 力容器内の 注水量	原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	2	2	①		原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	1	1	原子炉圧力容器注水量監視装置	監視事項は主として アラームにて警報
	原子炉圧 力容器内の 注水量	原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	1	1	①		原子炉圧力 容器注水量 (RPA)	1	1	原子炉圧力容器注水量監視装置	監視事項は主として アラームにて警報

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響		
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の炉心温 度	原子炉圧力容器内温度(燃料棒レベル)	2	①	-	原子炉圧力容器内温度(燃料棒レベル)	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内温度(燃料棒レベル)	2	①	-	原子炉圧力容器内温度(燃料棒レベル)	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
異常事態発生時 (シビアアクシデ ント) 「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)	2	①	-	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)	2	0	0	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)の異常上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)	2	①	-	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)	2	0	0	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)の異常上昇より代替監視可能	
異常事態発生時 (シビアアクシデ ント) 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)	2	①	-	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)	2	0	0	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)の異常上昇より代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)	2	①	-	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)	2	0	0	原子炉圧力容器内圧力(燃料棒レベル)の異常上昇より代替監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響		
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力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容器温度より代替監視可能	
異常事態発生時 (シビアアクシデ ント) 「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力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容器温度より代替監視可能	
異常事態発生時 (シビアアクシデ ント) 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力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容器温度より代替監視可能	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響		
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアラクシデン ト) 「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書 (HIPACによる原子炉注 水)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力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容器温度より代替監視可能	
異常事態発生時 (シビアアクシデ ント) 「注水-3」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力	2	2	1	直接的に原子炉圧力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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力	2	①	-	原子炉圧力 (圧帯域)	2	2	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力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容器温度より代替監視可能	

### 重大事故等対処に係る監視事項 1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBD
			計器数	SBD影響	分断	分断理由		計器数	SBD影響	直後	直後		
事故時運転手順書 (シリアリアクション) [注1-1] [注2] AM設備別操作手順書 [RCP緊急注水]	電源		1	③	非常用 M/C の電圧変動を計測するパラメータ	抽出パラメータ	1	③	非常用 M/C の電圧変動を計測するパラメータ	計器数	区分別直流電源を延命した場合	計器故障等	SBD
		M/C B電圧	1	③	非常用 M/C の電圧変動を計測するパラメータ	抽出パラメータ	1	③	非常用 M/C の電圧変動を計測するパラメータ	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		P/C D-1電圧	1	③	非常用 P/C の電圧変動を計測するパラメータ	抽出パラメータ	1	③	非常用 P/C の電圧変動を計測するパラメータ	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		直流 125V 主母線電圧	1	③	直流電圧変動を計測するパラメータ	抽出パラメータ	1	③	直流電圧変動を計測するパラメータ	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		

監視事項は主要パラメータにて確認  
監視事項は主要パラメータにて確認  
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	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	SBD					
		計器数	SBD影響	分断	分断理由								
非常時運転手順書 (シリアリアクション) [注1-1] [注2] AM設備別操作手順書	電源	1	③	非常用 M/C の電圧変動を計測するパラメータ	抽出パラメータ	1	③	非常用 M/C の電圧変動を計測するパラメータ	計器数	区分別直流電源を延命した場合	計器故障等	SBD	
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		

監視事項は主要パラメータにて確認  
監視事項は主要パラメータにて確認  
監視事項は主要パラメータにて確認

### 重大事故等対処に係る監視事項

#### 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	SBD					
		計器数	SBD影響	分断	分断理由								
事故時運転手順書 (シリアリアクション) [注1-1] [注2] AM設備別操作手順書 [注1-1]の原子炉注水]	電源	1	③	非常用 M/C の電圧変動を計測するパラメータ	抽出パラメータ	1	③	非常用 M/C の電圧変動を計測するパラメータ	計器数	区分別直流電源を延命した場合	計器故障等	SBD	
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		
		監視室 監視室	1	①	監視室監視室電圧	抽出パラメータ	1	①	監視室監視室電圧	計器数	区分別直流電源を延命した場合		

監視事項は主要パラメータにて確認  
監視事項は主要パラメータにて確認  
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 分類理由	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	SBO	
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後			
対応手段 格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (「注水-1」) (「注水-2」) AM設備別操作手順書 (H/PACによる原子炉圧力)	原子炉圧力監視室内 (「注水-1」) (「注水-2」) AM設備別操作手順書 (H/PACによる原子炉圧力)	【原子炉圧力監視室内】 原子炉圧力監視室内 原子炉圧力監視室内	4	1	1	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			3	3	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			2	2	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			1	1	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			1	1	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			1	1	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			1	1	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			1	1	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			1	1	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、監視可能
			1	1	1	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	原子炉圧力監視室内の圧力を計測すること であり、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 分類理由	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	SBO	
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後			
対応手段 1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 (1) 原子炉圧力監視室内の注水 c. 代替降圧冷却系による原子炉圧力容器への注水 非常時運転手 順書 III (シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 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	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、監視可能	
			2	2	①	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタレベルを計測することができ、監視可能	
			4	4	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	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
			4	4	①	原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	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
			4	4	①	原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	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
			4	4	①	原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	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
			4	4	①	原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	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
			4	4	①	原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	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
			4	4	①	原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	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
			4	4	①	原子炉圧力 (標準)	2	2	2	2	2	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

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 分類理由	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	SBO
			計器数	SBO影響 直後				計器数	SBO影響 直後		
対応手段 格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (「注水-1」) (「注水-2」) AM設備別操作手順書 (H/PACによる原子炉圧力)	原子炉圧力監視室内 (「注水-1」) (「注水-2」) AM設備別操作手順書 (H/PACによる原子炉圧力)	【原子炉圧力監視室内】 原子炉圧力監視室内 原子炉圧力監視室内	3	3	①	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能
			3	3	①	原子炉圧力監視室内 (標準)	1	1	1	1	直接的に原子炉圧力監視室内の圧力を計測することであり、監視可能

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類		計器名称	抽出バウメータを計測する計器		計器設備等	SBO
			計器数	事後 を延命した場合		計器数	事後 を延命した場合		計器数	事後 を延命した場合		
原子炉圧 力降下への 注水量	①	高圧炉心注水系統流量 監視	1	0	1	①	1	1	1	1	水源である炉心注水系統(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要バ ウメータにて確認
			1	0	1	①	1	1	1	1	1	
高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 力低下	①	高圧炉心注水系統流量 監視	1	0	1	①	1	1	1	1	1	1
			1	0	1	①	1	1	1	1	1	1
水漏れの 検出	①	高圧炉心注水系統流量 監視	1	0	0	①	1	1	1	1	1	1
			1	0	1	①	1	1	1	1	1	1
高圧炉心注水系統流量 監視	①	高圧炉心注水系統流量 監視	1	0	1	①	1	1	1	1	1	1
			1	0	1	①	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータを計測する計器		計器設備等	SBO
			計器数	事後 を延命した場合		計器数	事後 を延命した場合		
非常時運転手 操作(シビ ルアラーム 等)	①	高圧炉心注水系統流量 監視	2	2	①	1	1	1	1
			2	2	①	1	1	1	1
高圧炉心注水系統流量 監視	①	高圧炉心注水系統流量 監視	2	2	①	1	1	1	1
			2	2	①	1	1	1	1
高圧炉心注水系統流量 監視	①	高圧炉心注水系統流量 監視	2	2	①	1	1	1	1
			2	2	①	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータを計測する計器		計器設備等	SBO
			計器数	事後 を延命した場合		計器数	事後 を延命した場合		
高圧炉心注水系統流量 監視	①	高圧炉心注水系統流量 監視	1	1	①	2	2	1	1
			1	1	①	2	2	1	1
高圧炉心注水系統流量 監視	①	高圧炉心注水系統流量 監視	1	1	①	2	2	1	1
			1	1	①	2	2	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

1.8 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	監視パラメータ	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			
		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		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			
対峙手段 非常時運転手 順書III(シビ アアシダン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 別 紙 基 準 (3/4)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力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	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認			
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	直接的に原子炉圧力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	直接的に原子炉圧力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	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
電源	緊急用M/C電圧	1	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	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	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
	残留熱除去系海水系系統流量	2	0	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	
	最終ヒートシンク(残留熱除去系熱交換器)	1	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-	

①：重監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	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			
		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		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			
対峙手段 非常時運転手 順書III(シビ アアシダン ト) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操 作手順書 別 紙 基 準 (1/1)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	1	直接的に原子炉圧力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	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認			
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力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	直接的に原子炉圧力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	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	炉内水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	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	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	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	
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (4 / 4) 水源の確保		高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	サブレーション・プールの水位を水源として注水を行う。運転しているシステムの注水量より、サブレーション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	2	サブレーション・プールの水位を水源とするポンプの吐出圧力により、サブレーション・プールの水位を監視可能		
			原子炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	0	0	0			
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0			
			低圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	0	0	0			
			常設高圧代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1			
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2			
			原子炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	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			
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	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			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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	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	
対応手段 (シビアアクシデント) (注水-2) AM設備別操作手順書 (HYPAC)による原子炉注水	操作(4 / 5)	原子炉心スプレイレイ系系統流量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	1	サブレーション・プールの水位を水源として注水を行う。運転しているシステムの注水量より、サブレーション・プールの水位の代替監視可能	監視事項は主要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	サブレーション・プールの水位を水源とするポンプの吐出圧力により、サブレーション・プールの水位を監視可能		
			原子炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	0	0	0			
			残留熱除去系系統流量	3	0	0	0	0			
			低圧炉心スプレイレイ系系統流量	1	0	0	0	0			
			常設高圧代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1			
			代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2			
			原子炉心スプレイレイ系ポンプ吐出圧力	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			
			残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	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			

・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	項目	抽出パワーマーターを計測する計器			抽出パワーマーターの代替パワーマーターを計測する計器			評価	
		分類	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
対比対象 事故時運転監視 (注水-1) AM設備別操作手順書 (注水-1) AM設備別操作手順書	原子炉圧力 原子炉内 の水位 (1) (2)	原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	原子炉圧力計測へ注水している系の注水流量と瞬断除去法による注水流量より原子炉水位の代替監視は、監視事項は抽出パワーマーターにて確認	
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター

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	項目	抽出パワーマーターを計測する計器			抽出パワーマーターの代替パワーマーターを計測する計器			評価	
		分類	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称		
対比対象 事故時運転監視 (注水-1) AM設備別操作手順書 (注水-1) AM設備別操作手順書 (注水-2) AM設備別操作手順書 (注水-2)	水部の温度 (4) (5)	原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	原子炉圧力計測へ注水している系の注水流量と瞬断除去法による注水流量より原子炉水位の代替監視は、監視事項は抽出パワーマーターにて確認	
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (広帯域)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター
		原子炉水位 (燃料)	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター	抽出パワーマーター		抽出パワーマーター

・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
1.8.2.2 溶融炉心のパズスタル（ドライウエル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 d. 消水系による原子炉圧力容器への注水										
非常時運転手 監視室Ⅲ（シビ アアクシデン ト） 「注水-1J」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の放射線 濃度	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	①	—	原子炉圧力 (SA)	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
		原子炉圧力容器入口温度	2	0	0	—	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	計器名称	計器数	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影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類				SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類	
非常時運転手 監視室Ⅲ（シビ アアクシデン ト） 「注水-1J」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の放射線 濃度		格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	—	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
								高圧原子炉代用注水流量	1	1	1	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
								代用注水流量 (常設)	1	1	1	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
								格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手 監視室Ⅲ（シビ アアクシデン ト） 「注水-1J」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の放射線 濃度		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	—	高圧原子炉代用注水流量	1	1	1	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
								代用注水流量 (常設)	1	1	1	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
								格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
								原子炉圧力 (SA)	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
非常時運転手 監視室Ⅲ（シビ アアクシデン ト） 「注水-1J」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の放射線 濃度		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	—	残留熱除去系熱交換器入口温度	1	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
								高圧原子炉代用注水流量	1	1	1	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
								代用注水流量 (常設)	1	1	1	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視事項は抽出パラメータにて確認
								格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、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

1.8 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	SBO影響 直後 1 負荷切り離し後 2	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 2 負荷切り離し後 1	計器設備等					
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアクシダシ ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書 判 基 種 (3/3)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	SBO 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	原子炉水位から原子炉圧力容器内の 飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能			
	電源	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	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の 飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		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	原子炉水位 (S.A広帯域)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の 飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能			
	水源の確 保	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	原子炉圧力 (S.A燃料域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		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	原子炉圧力容器温度	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能			
	電源	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	-	-	-	-	-	-	-
	水源の確 保	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	-	-	-	-	-	-	-	-
			通水貯蔵タンク水 位	1	0	0	③	代替液本原の確 保状態を確認す 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

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	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 負荷切り離し後	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアクシダシ ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書 判 基 種 (3/3)	電源	C-メタタラジ線電圧	1	1	1	③	非常用メタタラジの受電状態 を確認するパラメータ	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		D-メタタラジ線電圧	1	1	1	③	非常用メタタラジの受電状態 を確認するパラメータ	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		C-ロードセンタ線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	①重電監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ
		D-ロードセンタ線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	①重電監視パラメータ、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	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	バロメータ	分類	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-1)等 AM設備 AM設備 作業者	原子炉圧力 (注水-1)等 AM設備 AM設備 作業者	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	バロメータ	分類	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-1)等 AM設備 AM設備 作業者	原子炉圧力 (注水-1)等 AM設備 AM設備 作業者	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域)	2	①	原子炉圧力 (広帯域) 監視事項は抽出バロメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 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	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類理由		抽出パラメータの種類理由		抽出パラメータの種類理由		評価			
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後				
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 〔注水-1〕 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
		原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
		原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	①	サブプレッション・プール水位	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		残留熱除去系系統流量	1	0	0	0	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		消火系の運転状態を確認するパラメータ	1	1	0	0	③	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	0	1	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
		代替冷却水源の確保状態を確認するパラメータ	1	0	0	0	③	原子炉圧力	1	0	0	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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		抽出パラメータの種類理由		抽出パラメータの種類理由		抽出パラメータの種類理由		評価			
	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後				
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 〔注水-1〕 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
	原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能		
	原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		
	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	①	サブプレッション・プール水位	1	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	残留熱除去系系統流量	1	0	0	0	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
	消火系の運転状態を確認するパラメータ	1	1	0	0	③	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	0	1	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
	代替冷却水源の確保状態を確認するパラメータ	1	0	0	0	③	原子炉圧力	1	0	0	1	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
	原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
	原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、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

1.8 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 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 e. 補給水系による原子炉圧力容器への注水	非常時運転手順書III（シビリアリアクション）「注水-1」等 判断基準（1/3） AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の放射線量率	2	2	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器雰囲気放射線モニタ（D/W）	2	2	①	-	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の放射線量率	4	4	①	-	4	4	4	4	4	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器雰囲気放射線モニタ（S/C）	2	2	①	-	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		格納容器雰囲気放射線モニタ（D/W）	2	2	①	-	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	①	-	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器入口温度	2	2	①	-	2	2	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	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
				SBO影響 直後	負荷切り離し後	SBO影響 直後	負荷切り離し後	
炉心注水 （シビリアリアクション） 注水-1 AM設備別操作手順書 SLSによる落下遅延	原子炉圧力容器下部の注水量	原子炉圧力	1	1	0	②	③	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	①	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	1	1	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	1	1	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は注水パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2	監視事項は注水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

1.8 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	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		
													抽出パラメータ	抽出パラメータ
非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [注水-1] 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧 力容器内 の圧力	-	-	-	-	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能		
		原子炉圧 力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 2 2	2 2 2 2	2 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判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉圧力	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉圧力	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉圧力	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		高電圧25V主母線盤2 A電圧 高電圧25V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を監視する パラメータ	-	原子炉圧力	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	代替深水源の確 実状態を監視す るパラメータ	-	原子炉圧力	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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	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		
													抽出パラメータ	抽出パラメータ
非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [注水-1] [注水-2] AM設備別機 作手順書 ICRDによる原子炉圧 力	原子炉圧力 力容器内 の圧力	原子炉圧力	3	3	3	① ② ③	-	原子炉圧力(SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	SBO	
		原子炉圧 力容器内 の圧力	-	-	-	-	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能		
		原子炉圧 力	2	2	2	① ② ③	-	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		高電圧25V主母線盤2 A電圧 高電圧25V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を監視する パラメータ	-	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	代替深水源の確 実状態を監視す るパラメータ	-	原子炉圧力	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、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

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータ	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		評価	
			計器数	系統	負荷切り離し後	分類			計器数	系統		負荷切り離し後
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 非常時運転手 監視員(シフト) アタランデン 主任(水-1) 等 AMは個別別 作手編書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	0		原子炉水位 (SA広帯域)	2	2	①	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	0		原子炉水位 (燃料域)	2	2	②	
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	③	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	④	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	⑤	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	⑥	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	⑦	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	⑧	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	⑨	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	⑩	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	⑪	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	⑫	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータ	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		評価	
			計器数	系統	負荷切り離し後	分類			計器数	系統		負荷切り離し後
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 非常時運転手 監視員(シフト) アタランデン 主任(水-1) 等 AMは個別別 作手編書	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	①	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	②	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	③	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	④	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	⑤	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	⑥	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	⑦	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	⑧	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	⑨	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	⑩	
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	⑪	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	0		原子炉水位 (燃料域)	1	1	⑫	

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ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 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO					
対応手段 非常時運転手 監視員(シフト) アラウンド等 「注水-1」 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認				
								原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力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容	監視事項は抽出パラメータにて確認
								原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	器温度より代替監視可能	
								原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1		
								原子炉圧力容器温度	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
								原子炉圧力	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力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容	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	1	器温度より代替監視可能	
								原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1		
								原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1		
								原子炉圧力容器温度	4	4	4	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (2 / 2)	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統 流量	1	0	0	①	-	サブレーション・プールの水位の水位変化より、残留熱除去系系統の代替監視可能					
								熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統流量の代替監視可能					
補機監視 機能	復水移送ポンプ吐出 ヘッド圧力	復水貯蔵タンク水位	1	1	0	③	-	補給水系の運転状態を確認するパラメータ					
								復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	代替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

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	SBO影響 直後 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO						
対応手段 非常時運転手 監視員(シフト) アラウンド等 「注水-2」 等 AM設備別機 作手順書 「CRDによる原子炉圧 力」	電源	C-メータクワ自働電圧	1	1	1	③	-	補助パラメータ 分類理由 非常用メータクワの受電状態を確認するパラメータ						
								D-メータクワ自働電圧	1	1	1	非常用メータクワの受電状態を確認するパラメータ		
								C-ロードセントラ自働電圧	1	1	1	非常用ロードセントラの受電状態を確認するパラメータ		
								D-ロードセントラ自働電圧	1	1	1	非常用ロードセントラの受電状態を確認するパラメータ		
								補機監視機能 原子炉格納容器非常用送電	1	0	0	③	原子炉格納容器非常用送電状態を確認するパラメータ	
								復水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	復水貯蔵タンクの運転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

1.8 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	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
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰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
非常時運転手 アアタジデン ト 「注水-1」 等	格納容器内放射線量率	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内雰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
	原子炉圧力容器内の温度	4	4	4	原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	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 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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	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
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内雰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
	原子炉圧力容器内の温度	4	4	4	原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S/A広帯域) 原子炉水位 (S/A燃料域)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	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 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・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	抽出バウメータ		抽出バウメータ		抽出バウメータ		抽出バウメータ		計測設備等	注
		計測数	系統	計測数	系統	計測数	系統	計測数	系統		
対応手段 異常時運転手 マニュアル 【注本-1】 等 AMは自動操 作手順書	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	系統別に原子炉圧力力容器内の水位 を計測することにより、監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 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	抽出バウメータ		抽出バウメータ		抽出バウメータ		抽出バウメータ		計測設備等	注
		計測数	系統	計測数	系統	計測数	系統	計測数	系統		
対応手段 異常時運転手 マニュアル 【注本-1】 等 AMは自動操 作手順書	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	系統別に原子炉圧力力容器内の水位を計測すること により、監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 監視可能
		原子炉水位 (圧力 容器内)	2	2	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力力容器へ注水している系 の注水流量と併せて監視することにより、 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

1.8 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	SBO影響 直後	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	—	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電源	緊急用M/C電圧	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	—	—	—	—	—	—
		緊急用直流125V主母 線電圧	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

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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類	評価	
			計器数	SBO影響 直後			計器数	SBO影響 直後				計器故障等	SBO
警戒手段 (シビアアクシデン ト) 「注水-2」 AM設備別操 作手順書 [CRDによる原子炉注 水]	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)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主母パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	—	—	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は主母パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	—	—	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は主母パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	—	—	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は主母パ ラメータにて確認
操作 ③ ④ ①	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	2	2	—	—	—	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することが でき、監視可能	監視事項は主母パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	—	—	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると 想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温 度より代替監視可能	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は主母パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	—	—	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は主母パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	—	—	—	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にあると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉圧力容 器温度より代替監視可能	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は主母パ 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

1.8 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		
		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 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	直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
対峙手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (4 / 4) 判断基準	1	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	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、サプレッション・プー ル水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		2	2	2			代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2		
		1	1	1			原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
		1	0	0			高圧炉心スプレレイ系統流量	1	0	0		
		3	0	0			残習熱除去系統流量	3	0	0		
		1	0	0			低圧炉心スプレレイ系統流量	1	0	0		
1	1	1	①	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	1	サプレッション・チェンバを水源とす るポンプの吐出圧力により、サプレッ ション・プール水位が確保されている ことを監視可能			
2	2	2			代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2				
1	1	1			原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	1				
1	0	0			高圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0				
3	0	0			残習熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	0				
1	0	0			低圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出 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

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	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	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 計器数	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	
				SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り直し後				計器数	直後			SBO影響 負荷切り直し後
緊急時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書 「CRD」による炉心注 水	炉心の確 保 (4 / 4) 判断基準	高圧炉心冷却 系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	①	-	高圧炉心冷却系 ポンプ吐出圧力	2	2	サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サプレッション・プー 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		
		原子炉隔離時 冷却系ポン プ吐出圧力	1	1	1			原子炉隔離時 冷却系ポン プ吐出圧力	1	1		1	
		高圧炉心スプレ レイ系ポン プ吐出圧力	2	2	2			高圧炉心スプレ レイ系ポン プ吐出圧力	2	2		2	
		残習熱除去系 ポンプ吐出 圧力	1	1	1			残習熱除去系 ポンプ吐出 圧力	1	1		1	
		低圧炉心スプレ レイ系ポン プ吐出圧力	3	3	3			低圧炉心スプレ レイ系ポン プ吐出圧力	3	3		3	
		高圧炉心スプレ レイ系ポン プ吐出圧力	1	1	1			高圧炉心スプレ レイ系ポン プ吐出圧力	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代償バロ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	計器設備等	評価	
異常時運転手 監視員(シフト) アタランデン (注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内の 水位 (1 2 3)	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	監視事項は主要小 断メータにて確認 監視事項は主要小 断メータにて確認
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代償バロ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	計器設備等	評価
異常時運転手 監視員(シフト) アタランデン (注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内の 水位 (1 2 3)	熱交換器冷却水放熱機ニ タ(ドライアウト)	2	2	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	監視事項は主要小 断メータにて確認 監視事項は主要小 断メータにて確認
		熱交換器冷却水放熱機ニ タ(サブプレッション・ シェ)	2	2	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	
		原子炉圧力容 器内の温度	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	
		原子炉圧力容 器内の温度	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	
		原子炉圧力容 器内の温度	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	
		原子炉圧力容 器内の温度	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	
		原子炉圧力容 器内の温度	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	
		原子炉圧力容 器内の温度	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	
		原子炉圧力容 器内の温度	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	
		原子炉圧力容 器内の温度	2	2	原子炉圧力 (S A)	1	1	

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

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

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	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	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
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ブ)ア シブ 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA広帯域) 原子炉圧力(SA燃料域)	2 2 1 1	2 2 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統の注水量	高圧代替注水系系統の注水量	1	1	①	-	サブレーション・プールの水位	1	1	サブレーション・プールの水位変化より、高圧代替注水系系統の流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
補機監視機能	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	-	-	常設高圧代替注水系ポンプ吐出圧力	1	1	常設高圧代替注水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	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ブ)ア シブ 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	-	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統の注水量	1	1	①	-	サブレーション・プールの水位変化より、高圧代替注水系系統の流量の代替監視可能

・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

1.8 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			
	分類	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	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-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	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、サブレン ション・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	-	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	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		
							常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1		
							原子炉圧力(SA)	1	1	1		
							原子炉水位(広帯域)	1	1	1		
							原子炉水位(燃料域)	1	0	0		
							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

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			
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	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	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-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	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、サブレン ション・プール水位の代替監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	-	代替循環冷却系原子炉注水流 量	2	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		
							常設高圧代替注水系ポンプ吐 出圧力	1	1	1		
							原子炉圧力(SA)	1	1	1		
							原子炉水位(広帯域)	1	1	1		
							原子炉水位(燃料域)	1	0	0		
							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		
							残熱除去系ポンプ吐出圧力	1	1	1		
							原子炉圧力	2	2	2		
							原子炉圧力(SA)	1	1	1		
							サブレーション・チェンバ 圧力(SA)	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

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		
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	SBO	
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 g. まう酸注入系による原子炉圧力容器への注水	原子炉格納容器内の放射線量率	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰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
		2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
非常時運転手順書III（シビアアクシデン）「注水-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の温度の判断基準 (1/3)	4	原子炉圧力容器温度	4	原子炉圧力	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内高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
		4	原子炉圧力	4	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内高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
		4	原子炉圧力	4	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内高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
		4	原子炉圧力	4	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内高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
		2	原子炉圧力	2	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	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		備考
				計器数	計器名称	計器数	計器名称	
異常時運転手順書III（シビアアクシデン）「注水-2」 AM設備別操作手順書（注水-1）による原子炉注水	電線	緊急用メータ電圧	1	1	1	1	1	緊急用メータ電圧の電圧状態を確認するパラメータ
		SAロードセンサ母線電圧	1	1	1	1	1	緊急用ロードセンサの電圧状態を確認するパラメータ
異常時運転手順書III（シビアアクシデン）による原子炉注水	本部の電線	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域) を確認するパラメータ
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	原子炉水位 (燃料域) を確認するパラメータ
		原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA) を確認するパラメータ
		サブレンジョン・アーム水位 (SA)	1	1	1	1	1	サブレンジョン・アーム水位 (SA) を確認するパラメータ
		原子炉圧力	2	0	0	0	残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	

・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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
		計器名称	抽出パラメータの種類	計器名称	抽出パラメータの種類	
事故時監視装置 (注水-1)等 AMI監視装置 作手組立	原子炉圧力 格納容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能		

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	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	抽出パラメータの種類	計器名称	抽出パラメータの種類	
事故時監視装置 (注水-1)等 AMI監視装置 FFSR (燃料)による 原子炉圧力	原子炉圧力 格納容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域)	①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	①	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジ・チャンネル圧 力を測定可能

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

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		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(シビリアクシデント)「注水-1」等	判断基準(3/3)	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	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-

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

II

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	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					
			分類	分組理由		計器故障	SBO影響				
							直後	負荷切り離し後			
緊急時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデント)「注水-2」等 AM設備別操作手順書 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	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	2	2	1	1	計器故障等 計器故障による計測不能 負荷切り離し後、電圧変動	300
	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	1	1	1	1		
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	2	2	2	2		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	1	1	1	1		
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	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	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータを計測する計器		抽出バウ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		
緊急手段 非常時運転手 監視員(シフト) トランシアン 「注水-1」 等 AM監視員 作業者等	原子炉圧力 格納容器内の 水位 (1) (2)	原子炉水位(広帯域)	2	①	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
原子炉圧力 格納容器内の 水位 (1) (2)	原子炉圧力 格納容器内の 水位 (1) (2)	原子炉圧力(広帯域)	2	①	原子炉圧力(SA広帯域)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータを計測する計器		抽出バウ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		
緊急手段 非常時運転手 監視員(シフト) トランシアン 「注水-1」 等 AM監視員 作業者等	原子炉圧力 格納容器内の 水位 (1) (2)	原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	①	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉水位(燃料)	2	①	原子炉水位(SA燃料)	1	1	1	
原子炉圧力 格納容器内の 水位 (1) (2)	原子炉圧力 格納容器内の 水位 (1) (2)	原子炉圧力(SA)	1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力(広帯域)	2	①	原子炉圧力(SA広帯域)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	
		原子炉圧力(燃料)	2	①	原子炉圧力(SA燃料)	1	1	1	

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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	監視パラメータ				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 手順書III(シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉水位 (S A)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	①	-	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容 器温度より代替監視可能	2	2	2	2
原子炉圧 力容器へ の注水量	ほう酸水貯蔵タンク 液位	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-	-
		ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	監視パラメータ		評価			
					直後	負荷切り離し後			計器名称	計器数		計器故障等	SBO	
														直後
非常時運転手 手順書III(シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容 器への注水量	ほう酸水貯蔵タンク 液位	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力 を計測することができ、監視可能
			ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	③	-	-	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-
AM設備別操 作手順書	原子炉圧力容 器内の圧力	ほう酸水貯蔵タンク 液位	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-
			ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	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**

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  
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

項目	分類	詳細名称	抽出パラメータを監視する監視器		抽出パラメータを監視する監視器		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータを監視する監視器		抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	
			台数	位置	台数	位置				台数	位置				
監視対象 (1)炉心温度(炉心温度計) (2)炉心圧力(炉心圧力計) (3)炉心水位(炉心水位計) (4)炉心流量(炉心流量計)	重要	炉心温度(炉心温度計)	炉心温度監視器(炉心温度計)	2	2	2	1	①	—	[炉心温度監視器]	18	0	0	0	監視事項は重要パラメータにて確認
			炉心圧力監視器(炉心圧力計)	2	2	2	1	①	—	[炉心圧力監視器]	18	0	0	監視事項は重要パラメータにて確認	
			炉心水位監視器(炉心水位計)	2	2	2	1	①	—	[炉心水位監視器]	18	0	0	監視事項は重要パラメータにて確認	
監視対象 (1)炉心温度(炉心温度計) (2)炉心圧力(炉心圧力計) (3)炉心水位(炉心水位計) (4)炉心流量(炉心流量計)	補助	炉心温度(炉心温度計)	炉心温度監視器(炉心温度計)	2	2	2	2	—	—	炉心温度監視器(炉心温度計)	2	2	1	炉心温度監視器(炉心温度計)の監視は重要パラメータにて確認	
			炉心圧力監視器(炉心圧力計)	2	2	2	2	—	—	炉心圧力監視器(炉心圧力計)	2	2	1	炉心圧力監視器(炉心圧力計)の監視は重要パラメータにて確認	
			炉心水位監視器(炉心水位計)	2	2	2	2	—	—	炉心水位監視器(炉心水位計)	2	2	1	炉心水位監視器(炉心水位計)の監視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

・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	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータを計測する計器			計器数	負荷印可無し機	計器名称	抽出パワメータを計測する計器			計器数	負荷印可無し機	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		
			分類	計器数	負荷印可無し機	計器数	負荷印可無し機	計器数				負荷印可無し機	計器数	負荷印可無し機				計器数	負荷印可無し機	
炉心冷却 溶融炉心冷却装置 (「圧水-1」) (「圧水-2」) ANS設備制御用電源 (「圧水-1」) (「圧水-2」) ANS設備制御用電源 (「圧水-1」) (「圧水-2」)	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	
	原子炉圧力	原子炉圧力	3	3	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	3	0	原子炉圧力	3	3	3	

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>設備の相違</li> <li>【柏崎 6/7, 東海第二】</li> <li>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</li> </ul>																																																																																																																																											
<p style="text-align: center;"><b>重大事故等対処に係る監視事項</b></p>																																																																																																																																														
<p>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</p>																																																																																																																																														
<p>対応手順 監視計器の設置 【注本-1】 【注本-2】 【注本-3】 【注本-4】 【注本-5】 【注本-6】 【注本-7】 【注本-8】 【注本-9】 【注本-10】 【注本-11】 【注本-12】 【注本-13】 【注本-14】 【注本-15】 【注本-16】 【注本-17】 【注本-18】 【注本-19】 【注本-20】 【注本-21】 【注本-22】 【注本-23】 【注本-24】 【注本-25】 【注本-26】 【注本-27】 【注本-28】 【注本-29】 【注本-30】 【注本-31】 【注本-32】 【注本-33】 【注本-34】 【注本-35】 【注本-36】 【注本-37】 【注本-38】 【注本-39】 【注本-40】 【注本-41】 【注本-42】 【注本-43】 【注本-44】 【注本-45】 【注本-46】 【注本-47】 【注本-48】 【注本-49】 【注本-50】 【注本-51】 【注本-52】 【注本-53】 【注本-54】 【注本-55】 【注本-56】 【注本-57】 【注本-58】 【注本-59】 【注本-60】 【注本-61】 【注本-62】 【注本-63】 【注本-64】 【注本-65】 【注本-66】 【注本-67】 【注本-68】 【注本-69】 【注本-70】 【注本-71】 【注本-72】 【注本-73】 【注本-74】 【注本-75】 【注本-76】 【注本-77】 【注本-78】 【注本-79】 【注本-80】 【注本-81】 【注本-82】 【注本-83】 【注本-84】 【注本-85】 【注本-86】 【注本-87】 【注本-88】 【注本-89】 【注本-90】 【注本-91】 【注本-92】 【注本-93】 【注本-94】 【注本-95】 【注本-96】 【注本-97】 【注本-98】 【注本-99】 【注本-100】</p>	<p>項目</p>	<p>①重要監視パラメータ、②有監視パラメータ、③補助パラメータ</p>	<p>評価</p>																																																																																																																																											
	<table border="1"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="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</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="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</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th rowspan="2">評価</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>負荷印可機台数</th> <th>出力範囲</th> <th>計器数</th> <th>負荷印可機台数</th> <th>出力範囲</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="10">監視計器の設置 【注本-1】 【注本-2】 【注本-3】 【注本-4】 【注本-5】 【注本-6】 【注本-7】 【注本-8】 【注本-9】 【注本-10】 【注本-11】 【注本-12】 【注本-13】 【注本-14】 【注本-15】 【注本-16】 【注本-17】 【注本-18】 【注本-19】 【注本-20】 【注本-21】 【注本-22】 【注本-23】 【注本-24】 【注本-25】 【注本-26】 【注本-27】 【注本-28】 【注本-29】 【注本-30】 【注本-31】 【注本-32】 【注本-33】 【注本-34】 【注本-35】 【注本-36】 【注本-37】 【注本-38】 【注本-39】 【注本-40】 【注本-41】 【注本-42】 【注本-43】 【注本-44】 【注本-45】 【注本-46】 【注本-47】 【注本-48】 【注本-49】 【注本-50】 【注本-51】 【注本-52】 【注本-53】 【注本-54】 【注本-55】 【注本-56】 【注本-57】 【注本-58】 【注本-59】 【注本-60】 【注本-61】 【注本-62】 【注本-63】 【注本-64】 【注本-65】 【注本-66】 【注本-67】 【注本-68】 【注本-69】 【注本-70】 【注本-71】 【注本-72】 【注本-73】 【注本-74】 【注本-75】 【注本-76】 【注本-77】 【注本-78】 【注本-79】 【注本-80】 【注本-81】 【注本-82】 【注本-83】 【注本-84】 【注本-85】 【注本-86】 【注本-87】 【注本-88】 【注本-89】 【注本-90】 【注本-91】 【注本-92】 【注本-93】 【注本-94】 【注本-95】 【注本-96】 【注本-97】 【注本-98】 【注本-99】 【注本-100】 </td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> <tr> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> <td>原子炉本位 (S/A)</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>0</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	評価	計器数	負荷印可機台数	出力範囲	計器数	負荷印可機台数	出力範囲	監視計器の設置 【注本-1】 【注本-2】 【注本-3】 【注本-4】 【注本-5】 【注本-6】 【注本-7】 【注本-8】 【注本-9】 【注本-10】 【注本-11】 【注本-12】 【注本-13】 【注本-14】 【注本-15】 【注本-16】 【注本-17】 【注本-18】 【注本-19】 【注本-20】 【注本-21】 【注本-22】 【注本-23】 【注本-24】 【注本-25】 【注本-26】 【注本-27】 【注本-28】 【注本-29】 【注本-30】 【注本-31】 【注本-32】 【注本-33】 【注本-34】 【注本-35】 【注本-36】 【注本-37】 【注本-38】 【注本-39】 【注本-40】 【注本-41】 【注本-42】 【注本-43】 【注本-44】 【注本-45】 【注本-46】 【注本-47】 【注本-48】 【注本-49】 【注本-50】 【注本-51】 【注本-52】 【注本-53】 【注本-54】 【注本-55】 【注本-56】 【注本-57】 【注本-58】 【注本-59】 【注本-60】 【注本-61】 【注本-62】 【注本-63】 【注本-64】 【注本-65】 【注本-66】 【注本-67】 【注本-68】 【注本-69】 【注本-70】 【注本-71】 【注本-72】 【注本-73】 【注本-74】 【注本-75】 【注本-76】 【注本-77】 【注本-78】 【注本-79】 【注本-80】 【注本-81】 【注本-82】 【注本-83】 【注本-84】 【注本-85】 【注本-86】 【注本-87】 【注本-88】 【注本-89】 【注本-90】 【注本-91】 【注本-92】 【注本-93】 【注本-94】 【注本-95】 【注本-96】 【注本-97】 【注本-98】 【注本-99】 【注本-100】	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	<p>①重要監視パラメータ、②有監視パラメータ、③補助パラメータ</p>	<p>評価</p>
項目	分類				計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等				計器名称	評価																																																																																																																															
		計器数	負荷印可機台数	出力範囲		計器数	負荷印可機台数	出力範囲																																																																																																																																						
監視計器の設置 【注本-1】 【注本-2】 【注本-3】 【注本-4】 【注本-5】 【注本-6】 【注本-7】 【注本-8】 【注本-9】 【注本-10】 【注本-11】 【注本-12】 【注本-13】 【注本-14】 【注本-15】 【注本-16】 【注本-17】 【注本-18】 【注本-19】 【注本-20】 【注本-21】 【注本-22】 【注本-23】 【注本-24】 【注本-25】 【注本-26】 【注本-27】 【注本-28】 【注本-29】 【注本-30】 【注本-31】 【注本-32】 【注本-33】 【注本-34】 【注本-35】 【注本-36】 【注本-37】 【注本-38】 【注本-39】 【注本-40】 【注本-41】 【注本-42】 【注本-43】 【注本-44】 【注本-45】 【注本-46】 【注本-47】 【注本-48】 【注本-49】 【注本-50】 【注本-51】 【注本-52】 【注本-53】 【注本-54】 【注本-55】 【注本-56】 【注本-57】 【注本-58】 【注本-59】 【注本-60】 【注本-61】 【注本-62】 【注本-63】 【注本-64】 【注本-65】 【注本-66】 【注本-67】 【注本-68】 【注本-69】 【注本-70】 【注本-71】 【注本-72】 【注本-73】 【注本-74】 【注本-75】 【注本-76】 【注本-77】 【注本-78】 【注本-79】 【注本-80】 【注本-81】 【注本-82】 【注本-83】 【注本-84】 【注本-85】 【注本-86】 【注本-87】 【注本-88】 【注本-89】 【注本-90】 【注本-91】 【注本-92】 【注本-93】 【注本-94】 【注本-95】 【注本-96】 【注本-97】 【注本-98】 【注本-99】 【注本-100】	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		
	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0	原子炉本位 (S/A)	1	1	0																																																																																																																																		

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> <li>・設備の相違</li> <li>【柏崎 6/7, 東海第二】</li> <li>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</li> </ul>
--	--------------------------------	---------------------	--

**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	項目	分類	計器名称	柏崎刈羽原子力発電所			東海第二発電所			島根原子力発電所		
				計器数	設置	検出	計器数	設置	検出	計器数	設置	検出
原子炉格納容器下部 (注水-1) (注水-2) ANS設備内機中監視器 CWTによる原子炉注水	溶融炉心温度監視器 (注水-1) (注水-2)		C-メータ付母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
			D-メータ付母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
			C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	
			機本貯蔵タンク水位	1	0	0	1	0	0	1	0	

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			計器設置等	注	
				計器数	監視	負荷印字機設置	計器数	監視	負荷印字機設置			
緊急時炉心監視装置 (注水-1) 注水-1) 注水-2) AMM設備別機中監視装置 FCW Tによる原子炉内	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。	
			原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。	
			原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。
			原子炉水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。
			原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。
			原子炉水位 (SA)	1	0	0	1	0	0	1	0	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。
			原子炉水位 (SA)	3	0	0	3	0	0	3	0	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。
			原子炉水位 (SA)	1	0	0	1	0	0	1	0	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。
			原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。
			原子炉水位 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位 (SA) は、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において、監視対象とする。

・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

**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	内容	計器名称	柏崎6号炉		東海2号炉		相違理由	計器名称	島根2号炉		相違理由		
			計器数	位置	計器数	位置			計器数	位置			
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 (シビアアクシデント) (注水-2) AME(緊急炉心冷却) (C/WTEによる原子炉圧力)	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 (注水-2) AME(緊急炉心冷却) (C/WTEによる原子炉圧力)	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	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
		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	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

・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拾却するための手順等

項目	対応手段	監視名称	島根原子力発電所			東海第二発電所			柏崎刈羽原子力発電所			備考
			計測数	原簿	自記付録し等	計測数	原簿	自記付録し等	計測数	原簿	自記付録し等	
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等 <small>監視対象機器                      (シビアアクシデント)                      (注本-2)                      AMI監視機器取組書                      (CWTによる炉内圧力)</small>	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	1	1	1	1	監視事項は主要ベロメータにて確認	

**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**

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

項目	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視事項			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための監視事項			計器名称	計器位置	計器種類	監視項目		備考
			計器数	直接	監視切り直し後	パラメータ	補助パラメータ	計器数				直接	監視切り直し後	
1.8.2.2. 溶融炉心への冷却水の供給に関する監視事項 (1) 原子炉格納容器下部の溶融炉心への圧力 (2) 冷却水系による原子炉格納容器への圧力	原子炉格納容器内の冷却水温度	格納容器下部冷却水温度モニタ (トライコ)	2	2	1	①	—	[エア後継機モニタ]	18	0	0	0	エア後継機モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
		格納容器下部冷却水温度モニタ (トライコ)	2	2	1	①	—	[エア後継機モニタ]	18	0	0	0	エア後継機モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
1.8.2.3. 溶融炉心への冷却水の供給に関する監視事項 (1) 冷却水系による原子炉格納容器への圧力 (2) 冷却水系による原子炉格納容器への圧力	原子炉格納容器内の冷却水温度	原子炉格納容器下部冷却水温度 (S)	2	2	2	①	—	原子炉格納容器下部冷却水温度 (S)	2	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水温度の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
		原子炉格納容器下部冷却水温度 (A)	2	2	2	①	—	原子炉格納容器下部冷却水温度 (A)	2	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水温度の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
		原子炉格納容器下部冷却水温度 (S)	2	2	2	①	—	原子炉格納容器下部冷却水温度 (S)	2	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水温度の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視
		原子炉格納容器下部冷却水温度 (A)	2	2	2	①	—	原子炉格納容器下部冷却水温度 (A)	2	2	2	1	原子炉格納容器下部冷却水温度の上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて監視

・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

**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	詳細	監視計器			計器名	計器数	SBO設置			計器名	計器数	計器位置	監視パラメータ 分類/測定山	SBO設置			SBO	
		分類	計器名	計器数			計器位置	計器数	計器位置					計器数	計器位置			
監視事項 (2 / 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 (1.8)	原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
		原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等
原子炉水位 (ISA)	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (ISA)	1	1	1	監視計器等		

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017.12.20版)

東海第二発電所 (2018.9.18版)

島根原子力発電所 2号炉

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	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		計器名	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		注
			計器数	事後		計器数	事後	
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 (炉心冷却水循環) (注1) 本所 (注2) 本所 (注3) 本所 (注4) 本所 (注5) 本所 (注6) 本所 (注7) 本所 (注8) 本所 (注9) 本所 (注10) 本所 (注11) 本所 (注12) 本所 (注13) 本所	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

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	抽出パラメータを修正する計器			抽出パラメータを代替パラメータを登録する計器			評価
			計器数	直後	長所切り直し後	計器数	直後	長所切り直し後	
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 (シビアアクシデント) (注水-2) AMI監視用監視用計器 (所収表による原子炉圧水)	電圧	C-メータタカク自働電圧	1	1	1	①	①	①	計器故障等
		D-メータタカク自働電圧	1	1	1	②	②	②	
		C-ロードセントラ自働電圧	1	1	1	③	③	③	
		D-ロードセントラ自働電圧	1	1	1	④	④	④	
水素の循環	水素タンク水位	補助炉水本槽水位	2	0	0	⑤	⑤	⑤	⑤
		ろ過水タンク水位	1	1	1	⑥	⑥	⑥	

**重大事故等対応に係る監視事項**

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

項目	知覚手段	項目	分類	計器名称	監視用パラメータ			監視用パラメータ	計器名称	監視用パラメータ			監視用パラメータ	計器名称	監視用パラメータ		
					計器数	設置	監視用パラメータ			計器数	設置	監視用パラメータ			計器数	設置	監視用パラメータ
知覚手段 監視用パラメータ (注水-1) (注水-2) ANA監視用操作監視器 (注水系による原子炉注水)		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 (注水-1) (注水-2)	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 (注水-1) (注水-2)	原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	1	1	1		
				原子炉水位 (監視用)	3	3	3	原子炉水位 (監視用)	1	1	1	原子炉水位 (監視用)	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



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

項目	項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等				原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等				備考				
		分節	計器名称	計器数	監視	監視	計器名称	計器数	監視					
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 (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 (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 (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 (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 (5) 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 (6) 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 (7) 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 (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 (9) 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 (10) 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	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	1	1	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
	原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。
原子炉出力監視	原子炉出力	2	2	1	①			原子炉出力監視装置 (S/A)	2	2	1	1	原子炉出力監視装置 (S/A) の異常発生により、原子炉出力が変動する可能性がある。監視が必要。	

・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	内容	計器名称	抽出圧力計器を計測する計器			補助圧力計器			計器数	計器名称	補助圧力計器の 分類理由	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称													計器数	計器名称
炉心事故 事故時格納容器水位 (シビアアクシデント) 「注水-2」 (MAG)開始時の格納容器 (FELISA型)に上 昇する炉心水位 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水) 炉心水位計(注水)	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器		
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器		
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器
	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器	抽出圧力計器

・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



柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017.12.20版)

東海第二発電所 (2018.9.18版)

島根原子力発電所 2号炉

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

**重大事故等対応に係る監視事項**

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

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

項目	項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータ			②有効監視パラメータ			計器故障等	備考
				計器数	産後	負荷出力値に後	計器数	産後	負荷出力値に後		
対応手続 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 AMAC監視用作業手順書「監視項目による原子炉圧力」参照 原子炉圧力監視装置「大気放出風車を制御した送水」	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	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部水位	原子炉格納容器下部水位 (S/A)	1	1	1	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を計測することによって、監視可能

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等

項目	対応手段	機器	計器名称	計器数			計器位置	監視対象機器	監視対象機器の監視項目	監視項目			
				計器数	負荷印機上機	計器数				負荷印機上機	計器数	負荷印機上機	
電圧監視装置 【注水-1】、 【注水-2】 AM制御用操作装置 (可搬型)による 原子炉注水 原子炉注水制御装置 (原子炉注水制御装置) 原子炉注水制御装置		電圧監視装置 【注水-1】、 【注水-2】	測定用メタスタ電圧	1	1	1	①	測定用メタスタ電圧の監視装置 を監視するパラメータ		1		SDI	
			S.A.ロードセンス検出電圧	1	1	1	②	測定用メタスタ電圧の監視装置 を監視するパラメータ					
			検出用電圧 (西1)					「緊急時対策本部」に連絡 するパラメータ					
			検出用電圧 (西2)					「緊急時対策本部」に連絡 するパラメータ					

**重大事故等対処に係る監視事項**

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出圧力監視用計器			抽出圧力監視用計器			計器名称	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器		
			計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読												
対比手段 事故時監視用計器 (注本-1) AMI監視用計器 (注本-2) AMI監視用計器 JFLSR (可搬型) による 抽出圧力監視 原子炉冷却水循環系 (注本-3)	抽出圧力監視用計器 (注本-4)	抽出圧力監視用計器 (注本-4)	1	1	1	1	1	1	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	
			2	2	2	2	2	2	2	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	
			3	3	3	3	3	3	3	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	
			4	4	4	4	4	4	4	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	
			5	5	5	5	5	5	5	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	
			6	6	6	6	6	6	6	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器
			7	7	7	7	7	7	7	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器
			8	8	8	8	8	8	8	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器
			9	9	9	9	9	9	9	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器
			10	10	10	10	10	10	10	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器
			11	11	11	11	11	11	11	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器
			12	12	12	12	12	12	12	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器
			13	13	13	13	13	13	13	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器	抽出圧力監視用計器

・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

**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	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		計器	備考
	分類	計器名称	計器数	設置後	設置後	設置後	設置後	設置後		
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 (シビアアクシデント) (注本-2) AME(溶融炉心冷却手順) (注本-2) FLES(注本-2) (注本-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 (注本-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	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	3	3	3	3	3	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、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	2	2	2	2	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	1	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等、監視可能



<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p>
--	--------------------------------	---------------------	-----------

**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	対称手段	抽出バフメータを計測する計器				抽出バフメータの代替バフメータを計測する計器				評価				
		分類	計器名称	計器数	直後 30分経過 負荷切り離し後	バフメータ 分類	補助バフメータ 分類理由	計器名称	計器数		直後 30分経過 負荷切り離し後			
<p>機組運転(重要)事項 (シビアアクシデント) [注水-1] [注水-2] A相的強制操作要項 FELSR (可搬型) による 原子炉注水 原子炉注水対策要項 [大島送水車を使用した注 水]</p>	原子炉圧力容器 格納容器注水 配管からの注水 (故障原因)	原子炉圧力容 器への注水	原子炉圧力容器注水 配管からの注水 (故障原因)	2 2	2 2	2 2	① ①	原子炉水位 (伝導式) 原子炉水位 (抵抗式)	2 2	2 2	1 1	計器故障等	300	監視事項は主要バフメータにて確認
	補機監視機能	大島送水車ポンプ出口圧力	「緊急時対策本部」に通報	「緊急時対策本部」に確認	②	大島送水車の運転状態を確認するバフメータ	原子炉水位 (S.A)	1	1	1	1	併補機除去に必要な水量と原子炉水位の変化より代替メータにて確認可能	300	監視事項は主要バフメータにて確認
	水源の確保	輸注水槽 (機1)	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	③	代替源水源の確保状態を確認するバフメータ	原子炉水位 (S.A)	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

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

項目	分類	計器名称	抽出ハラメータを計測する計器				抽出ハラメータ	補助ハラメータ	抽出ハラメータ	計器名称	抽出ハラメータの代替ハラメータを計測する計器				計器故障等	SBO																
			計器数	直後	区分別直後	区分別直後					計器数	SBO影響	計器数	直後			区分別直後	区分別直後														
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (1) 原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器の破損防止 a. 可燃性蒸気供給装置による原子炉格納容器への蒸気供給 b. 可燃性蒸気供給装置による原子炉格納容器内の蒸気供給	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	格納容器内蒸気供給装置の異常発生	2	1	0	①	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0				
			格納容器内蒸気供給装置の異常発生	2	1	0	①	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0		
			原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
1.9.2.2 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器の破損防止 a. 可燃性蒸気供給装置による原子炉格納容器への蒸気供給 b. 可燃性蒸気供給装置による原子炉格納容器内の蒸気供給	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出ハラメータを計測する計器				抽出ハラメータ	補助ハラメータ	抽出ハラメータ	計器名称	抽出ハラメータの代替ハラメータを計測する計器				計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響	負荷切り直し後					計器数	直後	SBO影響	負荷切り直し後		
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (1) 原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器の破損防止 a. 可燃性蒸気供給装置による原子炉格納容器への蒸気供給 b. 可燃性蒸気供給装置による原子炉格納容器内の蒸気供給	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	格納容器内蒸気供給装置の異常発生	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
非常時運転手 指示書 III (シビ ブ) の放熱 機	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	4	4	4	①	4	4	4	4	4	4	4	4	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			4	4	4	①	4	4	4	4	4	4	4	4	4	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			4	4	4	①	4	4	4	①	4	4	4	4	4	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			4	4	4	①	4	4	4	①	4	4	4	4	4	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出ハラメータを計測する計器				抽出ハラメータ	補助ハラメータ	抽出ハラメータ	計器名称	抽出ハラメータの代替ハラメータを計測する計器				計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響	負荷切り直し後					計器数	直後	SBO影響	負荷切り直し後		
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (1) 原子炉格納容器内の不活性化による原子炉格納容器の破損防止 a. 可燃性蒸気供給装置による原子炉格納容器への蒸気供給 b. 可燃性蒸気供給装置による原子炉格納容器内の蒸気供給	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	格納容器内蒸気供給装置の異常発生	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
非常時運転手 指示書 III (シビ ブ) の放熱 機	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	4	4	4	①	4	4	4	4	4	4	4	4	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			4	4	4	①	4	4	4	①	4	4	4	4	4	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			4	4	4	①	4	4	4	①	4	4	4	4	4	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			4	4	4	①	4	4	4	①	4	4	4	4	4	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生	2	2	2	①	2	2	2	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	
原子炉格納容器内の蒸気供給装置の異常発生			2	2	2	①	2	2	2	①	2	2	2	2	2	

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

重大事故等対処に係る監視事項

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. Includes detailed monitoring items for reactor temperature and pressure.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 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. Focuses on hydrogen explosion prevention monitoring.

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 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. Focuses on hydrogen explosion prevention monitoring for Shima.

・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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視理由, 補助パラメータ, 分報理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Contains monitoring items for hydrogen explosion prevention.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視理由, 補助パラメータ, 分報理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Contains monitoring items for reactor vessel damage prevention.

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 監視理由, 補助パラメータ, 分報理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. Contains monitoring items for hydrogen explosion prevention at Shimo-Oe.

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  
重大事故等対処による原子炉格納容器の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, 監視パラメータ, 補助パラメータ, 監視パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 監視パラメータ, 補助パラメータ. Content includes monitoring parameters for containment pressure, temperature, and power.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 監視パラメータ, 計器名称, 計器数, 監視パラメータ, 補助パラメータ, 監視パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 監視パラメータ, 補助パラメータ. Content includes monitoring for hydrogen levels and containment pressure during maintenance.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

Table with columns: 項目, 監視パラメータ, 計器名称, 計器数, 監視パラメータ, 補助パラメータ, 監視パラメータ, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, 監視パラメータ, 補助パラメータ. Content includes monitoring for hydrogen levels and containment pressure during maintenance.

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  
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータ分類			
事故時運転手 員シリアリアン ド [PCV 制御]	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	—	1	1	1	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 ーの温度	1	1	1	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [PCV 制御]	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	3	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [PCV 制御]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [PCV 制御]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [PCV 制御]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	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  
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータ分類			
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	1	1	1	①	—	1	1	1	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 ーの温度	1	1	1	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	項目分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータ分類	計器数	抽出バロメータ分類			
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	1	1	1	①	—	1	1	1	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 ーの温度	1	1	1	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
事故時運転手 員シリアリアン ド [放出] [AM設備切 作手報告]	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	2	2	2	①	—	1	1	1	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 ーの温度	2	2	2	①	—	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  
重大事故等対処による原子炉格納容器の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		計器故障等	SBO	
			直後	負荷切り離し後		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(シビアアクシデント) FCS(0)による格納容器本系制御、FCS(0)による格納容器本系制御、AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)	原子炉格納容器内の温度	サブプレッジョン・チェンバール温度	3	3	①	—	サブプレッジョン・チェンバール温度	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバール温度の風量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	
		換気熱除去系熱交換器入口温度(A、B系のみ)	2	2	①	—	換気熱除去系熱交換器入口温度	2	2	2	換気熱除去系熱交換器入口温度の風量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	
	最終ヒートシンク内の確保	換気熱除去系熱交換器出口温度(A、B系のみ)	2	2	①	—	換気熱除去系熱交換器出口温度	2	2	2	換気熱除去系熱交換器出口温度の風量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	
		換気熱除去系熱交換器入口温度(A、B系のみ)	2	2	①	—	換気熱除去系熱交換器入口温度	2	2	2	換気熱除去系熱交換器入口温度の風量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	
	(2/3)	原子炉格納容器内の温度	2	2	①	—	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	原子炉格納容器内の温度の風量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	
		換気熱除去系熱交換器入口温度(A、B系のみ)	2	2	①	—	換気熱除去系熱交換器入口温度	2	2	2	換気熱除去系熱交換器入口温度の風量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	
	電源	M/C電圧	1	1	③	—	非常用M/Cの受電状態を確保するパラメータ	—	—	—	—	—	—
		P/C電圧	1	1	③	—	非常用P/Cの受電状態を確保するパラメータ	—	—	—	—	—	—
	(2/3)	交流125V 主母線電圧	1	1	③	—	交流電源の電圧状態を確保するパラメータ	—	—	—	—	—	—
		交流125V 主母線電圧	1	1	③	—	交流電源の電圧状態を確保するパラメータ	—	—	—	—	—	—

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷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		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後		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(シビアアクシデント) AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル熱除去系熱交換器入口温度	8	8	①	—	ドライウエル熱除去系熱交換器入口温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル熱除去系熱交換器入口温度はサブプレッジョン・チェンバール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
		サブプレッジョン・チェンバール温度	2	2	①	—	サブプレッジョン・チェンバール温度	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバール温度の風量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
(2/3)	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(S/A)	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を(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
		【格納容器内水素濃度】	2	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	—	—	—	—	—
(2/3)	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内の酸素濃度(S/A)	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を(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
		【格納容器内酸素濃度】	2	0	②	—	【格納容器内酸素濃度】	—	—	—	—	—

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の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		計器故障等	SBO
			直後	負荷切り離し後		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(シビアアクシデント) AM設備別操作手順書(シビアアクシデント)	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(S/A)	1	0	①	—	格納容器内水素濃度	1	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【格納容器内水素濃度】	1	0	②	—	【格納容器内水素濃度】	—	—	—	—	—
(2/3)	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内の酸素濃度(S/A)	1	0	①	—	格納容器内酸素濃度	1	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度を(常用計器)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		【格納容器内酸素濃度】	1	0	②	—	【格納容器内酸素濃度】	—	—	—	—	—

・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**

**1.9 水素暴発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等**

項目	分類	計器名称	計器数	SDI影響		パワメータ 分類	種別パワメータ 分類項目	計器名称	SDI影響		計器設備等	SDI		
				直後	負荷切り直し後				直後	負荷切り直し後				
対応手段 事故時操作要領書（シビア アクシデント） 「取出」 AM 既設の操作要領書 「FCV/S」による格納容器 ベント	原子炉格納容器 内の水位	格納容器内 サブプレッション・プール水 位 (S/A)	1	1	1	①	—	代管注水流量 (常設)	1	1	計器設備等	—		
			1	1	1	①	低圧原子炉代管注水流量 (秋津敷用)	2	2	低圧原子炉代管注水流量、 低圧原子炉代管注水流量 (秋津敷用)	2	2	低圧原子炉代管注水流量 (常設)、 低圧原子炉代管注水流量、 低圧原子炉代管注水流量 (秋津敷用)、格納容器代管注 水流量、低圧原子炉代管注水流量、 プレイ水流量 (秋津敷用) のうち動作状態にある流量計、 ベガスタル代管注水流量、 ベガスタル代管注水流量 (秋津敷用)	—
			1	1	1	①	格納容器代管注水流量 (秋津敷用)	2	2	格納容器代管注水流量 (秋津敷用)	2	2	格納容器代管注水流量 (常設)、 低圧原子炉代管注水流量、 低圧原子炉代管注水流量 (秋津敷用)、格納容器代管注 水流量、低圧原子炉代管注水流量、 プレイ水流量 (秋津敷用) のうち動作状態にある流量計、 ベガスタル代管注水流量、 ベガスタル代管注水流量 (秋津敷用)	—
			1	1	1	③	ベガスタル代管注水流量 (秋津敷用)	2	2	ベガスタル代管注水流量 (秋津敷用)	2	2	ベガスタル代管注水流量 (常設)、 低圧原子炉代管注水流量、 低圧原子炉代管注水流量 (秋津敷用)、格納容器代管注 水流量、低圧原子炉代管注水流量、 プレイ水流量 (秋津敷用) のうち動作状態にある流量計、 ベガスタル代管注水流量、 ベガスタル代管注水流量 (秋津敷用)	—
			1	1	1	③	低圧原子炉代管注水水位	1	1	低圧原子炉代管注水水位	1	1	低圧原子炉代管注水水位	—
			1	1	1	③	非常用メータタラの受電状態 を確認するパワメータ	1	1	非常用メータタラの受電状態 を確認するパワメータ	1	1	—	—
			1	1	1	③	非常用メータタラの受電状態 を確認するパワメータ	1	1	非常用メータタラの受電状態 を確認するパワメータ	1	1	—	—
			1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパワメータ	1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパワメータ	1	1	—	—
			1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパワメータ	1	1	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパワメータ	1	1	—	—
			1	1	1	③	緊急用ロードセンタの受電 状態を確認するパワメータ	1	1	緊急用ロードセンタの受電 状態を確認するパワメータ	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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の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	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
対応手段 事故時運転転換手順書 (シビアアクシデント) [FCV制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	0	0	2	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度を計測することで監視事項は主要パラメータにて確認可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	1	1	0	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) [代り水]の確保] [代り水]の確保] [代り水]の確保]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	0	0	2	1	1	0	格納容器内水素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	1	1	1	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
操作	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測することにより、事故後の格納容器内の空気の流入の量により、水素濃度の可能性を把握可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	1	1	1	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測することにより、水素濃度の可能性を把握可能
最終トーン (L.9.2.1)	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	2	2	2	2	格納容器内水素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	1	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
非常時運転手順書 II (酸欠ベース)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測することにより、水素濃度の可能性を把握可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	1	1	1	1	1	1	1	直線的に原子炉格納容器内圧力を計測することにより、水素濃度の可能性を把握可能
非常時運転手順書 III (シビアアクシデント) [除熱-1] ト) 等	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	2	2	2	2	格納容器内水素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	1	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
AM設備別操作手順書	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	2	2	2	2	格納容器内水素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	1	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能

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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷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	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
L.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素濃度抑制 c. 可燃性ガス濃度制御系による原子炉格納容器内の水素濃度抑制	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	0	0	2	0	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度抑制により代替監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
判断基準 「除熱-1」 ト) 等	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	0	0	2	2	2	2	格納容器内水素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	0	0	2	2	2	2	格納容器内水素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能

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

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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の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	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
異常時運転転換手順書 (シビアアクシデント) [代り水]の確保] [代り水]の確保] [代り水]の確保]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	2	2	直線的に格納容器内水素濃度を計測することで監視事項は主要パラメータにて確認可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) [代り水]の確保] [代り水]の確保] [代り水]の確保]	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
最終トーン の確保	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	2	2	2	2	2	格納容器内酸素濃度は格納容器内水素濃度と同様に監視可能

・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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	監視パラメータ											
	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	計器名称	計器数	直後	計器故障等	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微除 ベース) TPCV水素 濃度抑制] 非常時運転手 続書Ⅲ(シビ リアクシデン ト) [除熱-1] 等 別野基準 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	①	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッジョン・チェン パ圧力	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
			原子炉格 納容器内 の放射線 量率	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (D/W)	2	2	2	2	2
監視事項	原子炉圧 力容器内 の温度	①	原子炉圧力	4	4	①	サブプレッジョン・チェン パ圧力	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉圧 力容器内 の温度	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (S/C)	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	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	直後	SBO影響	パラメータ 分類	分組理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO
監視事項	最終シートシ ンクの腐食	①	残留熱除去系熱交換器冷却 水流量	2	0	①	—	—	—	—	—	—	—	
			R/CW熱交換器出口温度	2	0	③	原子炉格納容器内温度の動 向を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	—
監視事項	電源	③	C-メタタラ母線電圧	1	1	④	非常用メタタラの受電状態 を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	
			D-メタタラ母線電圧	1	1	④	非常用メタタラの受電状態 を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	—
監視事項	電源	③	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	
			D-ロードセンタ母線電圧	1	1	④	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	—
監視事項	電源	③	緊急用メタタラ電圧	1	1	④	緊急用メタタラの受電状態 を確認するパラメータ	—	—	—	—	—	—	
			SAロードセンタ母線電圧	1	1	④	緊急用ロードセンタの受電 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

・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**

**1.9 水素曝発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等**

項目	分類	計器名称	抽出パワーマーターを計測する計器			抽出パワーマーターの電圧パワーマーターを計測する計器			計器数	計器名称	計測対象	計器位置等	監視事項は主要パワーマーターにて確認
			計器数	位置	負荷切り離し後	計器数	位置	負荷切り離し後					
監視対象機器 (シビアアクシデント) (注出) AMC監視用圧力監視器 注・検査済機器	原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (格納容器本蒸気) (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
	原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
原子炉格納容器の水漏れ	原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (格納容器本蒸気) (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
			1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
	原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (格納容器本蒸気) (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
			1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
	原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (格納容器本蒸気) (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
			1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
	原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (格納容器本蒸気) (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
			1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
	原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (格納容器本蒸気) (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
			1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認	
原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (格納容器本蒸気) (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認		
		1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認		
原子炉格納容器の水漏れ	格納容器本蒸気温度 (格納容器本蒸気) (SA)	1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認		
		1	0	0	1	0	0	格納容器本蒸気温度 (SA)	格納容器本蒸気温度	格納容器内本蒸気温度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パワーマーターにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷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		評価		
			計器数	分組	計器数	分組			
対応手段 事故時運転手 手順書(シビア ベース) FCCV水素 濃度抑制 非常時運転手 手順書(シビ アアクション ト) 「除熱-1」 等 AM設備の機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水素 の濃度	残留除去系系統流量	3	①	サブプレッシャ ン・チェンバ の温度	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		残留除去系系統流量	2	①	残留除去系ポンプ吐出 圧力	2	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系格納容 器スプレイ流量	2	①	代替循環冷却系原子炉注水 流量	2	2	2	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	①	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留除去系系統流量	2	①	サブプレッシャ ン・チェンバ の温度	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用海水流量(残 留除去系系統)	1	①	サブプレッシャ ン・チェンバ の温度	8	8	8	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C 2C電圧	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C 2C電圧	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C 2D電圧	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C 2D電圧	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電圧15V主母線2A 電圧15V主母線2B	1	③	直電電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
電圧15V主母線2A 電圧15V主母線2B	1	③	直電電源の受電 状態を確認する パラメータ	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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の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		評価		
			計器数	分組	計器数	分組			
対応手段 事故時運転手 手順書(シビア ベース) AM設備の機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水素 の濃度	残留除去系系統流量	3	①	サブプレッシャ ン・チェンバ の温度	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		残留除去系系統流量	2	①	残留除去系ポンプ吐出 圧力	2	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系格納容 器スプレイ流量	2	①	代替循環冷却系原子炉注水 流量	2	2	2	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	①	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留除去系系統流量	2	①	サブプレッシャ ン・チェンバ の温度	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用海水流量(残 留除去系系統)	1	①	サブプレッシャ ン・チェンバ の温度	8	8	8	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C 2C電圧	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C 2C電圧	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C 2D電圧	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C 2D電圧	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電圧15V主母線2A 電圧15V主母線2B	1	③	直電電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
電圧15V主母線2A 電圧15V主母線2B	1	③	直電電源の受電 状態を確認する パラメータ	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷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 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 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書II (酸後 ベース) TPCV水素 濃度抑制	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内 A)	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	①	—	[格納容器内水素濃度]	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃 度 (常用計器) により代替監視可能	—
			[格納容器内水素濃度]	2	0	②	—	—	—	—	—	—
非常時運転手 順書III (シビ アアダジデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の酸素濃 度	格納容器内 A)	格納容器内酸素濃度 (S A)	2	0	①	—	格納容器内酸素濃度モニタ (D/ W) 又は格納容器内酸素濃度モニ タ (S/C) の解析結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の 格納容器内の空気 (酸素) の流入の有 無により、水素爆発の可能性を把 握可能	1	1	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	—
			[格納容器内酸素濃度]	2	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の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 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 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
異常時 監視	原子炉格納 容器内水素 濃度	格納容器内 A)	格納容器内水素濃度 (S A)	2	2	①	—	[格納容器内水素濃度]	2	2	—	—
			[格納容器内水素濃度]	2	2	②	—	—	—	—	—	—
異常時 監視	原子炉格納 容器内酸素 濃度	格納容器内 A)	格納容器内酸素濃度 (S A)	2	2	①	—	格納容器内酸素濃度モニタ (D/ W) 又は格納容器内酸素濃度モニ タ (S/C) の解析結果により格納 容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の 格納容器内の空気 (酸素) の流入の有 無により、水素爆発の可能性を把 握可能	1	1	—	—
			[格納容器内酸素濃度]	2	2	②	—	—	—	—	—	—
異常時 監視	原子炉格納 容器内水素 濃度	格納容器内 A)	格納容器内水素濃度 (S A)	2	2	①	—	[格納容器内水素濃度]	2	2	—	—
			[格納容器内水素濃度]	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷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	直後	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
対応手段 非常時運転手 順書II (微缺 ベース) FPCV水素 濃度抑制 非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) (除熱-1J 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	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 (常用計器)により代替監視可能
		サブプレッション・チェ ン圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	1
操作 (2 / 2)	補給監視 機能	可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
AM設備別操 作手順書	補給監視 機能	可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	0	0	0	0	0	-
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の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			抽出パラメータを計測する計器			評価
				直後	計器数	直後	計器数	直後		
異常時運転手 順書II (微缺 ベース) FPCV水素 濃度抑制 非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) (除熱-1J 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器雰囲気制御モニ タ (ドライウエル)	2	1	①	18	0	0	0	エリア放熱機モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器雰囲気制御モニ タ (サブプレッ ション・チェ ン)	2	2	①	18	0	0	0	0
異常時運転手 順書II (微缺 ベース) FPCV水素 濃度抑制 非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) (除熱-1J 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	①	2	2	1	1	原子炉圧力から原子炉圧力監視室内の格納容器内圧力より代 代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力 (SA)	2	2	①	2	2	1	1	1
異常時運転手 順書II (微缺 ベース) FPCV水素 濃度抑制 非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) (除熱-1J 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	原子炉水位 (SA)	1	0	①	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力監視室内の格納容器内圧力より代 代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉水位 (SA)	1	0	①	1	1	1	1	1
異常時運転手 順書II (微缺 ベース) FPCV水素 濃度抑制 非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) (除熱-1J 等) AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	①	2	2	2	2	格納容器水素濃度監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器水素濃度 (SA)	1	0	①	2	2	2	2	2

1.9.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順  
 a. 原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度の監視  
 b. 格納容器内雰囲気計器による原子炉格納容器内の水素濃度及び格納容器内の水素濃度の監視

・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**

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分岐	計器名称	計器数	SBO影響		ハラムメータ 分類	備考 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	直後					負荷印可搬上後	負荷印可搬上後		
対応手段 予断時操作要領書(シビア アクシデント) 「抽出」 ANSI規程用発生要領書 (CANS)による格納容器 水素・酸素濃度測定)	原子炉格納容 器内の酸素濃 度	格納容器酸素濃度	1	0	0	①	—	格納容器酸素濃度 (SA)	1	0	0	直接的に格納容器内酸素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要ハラムメータにて確認
			2	2	2	2		格納容器酸素濃度モニタ (ドライウエール) 又は格納容器酸素濃度監視モニタ (サブプレッジョン・チェンブ) の断続的測定により、格納容器酸素濃度の代替監視可能					
			2	2	2	2		ドライウエール圧力 (SA) 又はサブプレッジョン・チェンブ圧力 (SA) により、格納容器内の空気の換気可能					
			2	2	2	2		サブプレッジョン・チェンブ圧力 (SA)					
			1	0	0	0		直接的に格納容器内酸素濃度を計測することができ、監視可能					
			2	2	2	2		格納容器酸素濃度モニタ (ドライウエール) 又は格納容器酸素濃度監視モニタ (サブプレッジョン・チェンブ) の断続的測定により、格納容器酸素濃度の代替監視可能					
			2	2	2	2		ドライウエール圧力 (SA) 又はサブプレッジョン・チェンブ圧力 (SA) により、格納容器内の空気の換気可能					
			2	2	2	2		サブプレッジョン・チェンブ圧力 (SA)					
			2	2	2	2		直接的に格納容器内酸素濃度を計測することができ、監視可能					
			2	2	2	2		格納容器酸素濃度モニタ (ドライウエール) 又は格納容器酸素濃度監視モニタ (サブプレッジョン・チェンブ) の断続的測定により、格納容器酸素濃度の代替監視可能					
電圧	C-メータ付母線電圧	C-メータ付母線電圧	1	1	1	③	非常用メータ付母線の受電状態を確認するハラムメータ						
		D-メータ付母線電圧	1	1	1	③	非常用メータ付母線の受電状態を確認するハラムメータ						
		C-ロードセンタ付母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電状態を確認するハラムメータ						
		D-ロードセンタ付母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電状態を確認するハラムメータ						

・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

1.9 水素曝発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	監視パラメータ				抽出パラメータ				計器故障等	
		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				SBO影響 直後	負荷切り離し後			SBO影響 直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ (シビアアク シデント) 「放出」 AM設備別操 作手順書	電源 (2 / 2)	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流電源の受電 并働を確認する 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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	2	0	②	-	-	-	-	-	-
		2	0	②	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の酸素濃度	【格納容器内酸素濃度】	2	0	-	-	-	-	-	-	-
		1	1	-	-	-	-	-	-	-
補機監視機能	残留熱除去系海水系系統流量 緊急用海水系流量 (残留熱除去系補機)	1	1	-	-	-	-	-	-	-
		1	1	①	-	サブレーション・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	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	ドライウエル圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力	8	8	格納容器内圧力との関係から、ドライウエル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
		1	1	①	-	サブレーション・チェンバ圧力	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	事後 を延命した場合		計器数	事後 を延命した場合				
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 非常時運転操作手順書 「シビアアクシデント」 「PCV 制御」 AM 設備別操作手順書 「消防車による原子炉 ウェル注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉ウェル注水)」	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計 (D/W)	2	1	0	①	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	原子炉格納容器内帯放射線レベル計 (S/C)	2	1	0	①	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉圧力	原子炉圧力計 (SA)	3	3	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力計 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力計 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力計 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力計 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力計 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力計 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力計 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
		計器数	事後 を延命した場合		計器数	事後 を延命した場合				
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水 (常設) による原子炉ウェルへの注水 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
		計器数	事後 を延命した場合		計器数	事後 を延命した場合				
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水 (常設) による原子炉ウェルへの注水 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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
	原子炉格納容器内帯放射線レベル	2	2	①	2	2	2	2	直接的に格納容器内帯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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns for countermeasures, items, and monitoring points. Includes sub-tables for '抽出パラメータを計測する計器' and '抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器'. Rows include items like '格納容器内気体放射線レベル', '原子炉圧力', '原子炉圧力容器温度', etc.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns for countermeasures, items, and monitoring points. Includes sub-tables for '抽出パラメータを計測する計器' and '抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器'. Rows include items like '格納容器内気体放射線レベル', '原子炉圧力', '原子炉圧力容器温度', etc.

重大事故等対処に係る監視事項

1. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns for countermeasures, items, and monitoring points. Includes sub-tables for '抽出パラメータを計測する計器' and '抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器'. Rows include items like '格納容器内気体放射線レベル', '原子炉圧力', '原子炉圧力容器温度', etc.

・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  
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	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]	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(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
		サブプレシジョン・プール浄化系 蒸気温度	1	1	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
AM 設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウェル注水	水素の検 出	格納容器内圧力	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の 異常は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
		格納容器内圧力	1	1	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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				抽出パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	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) [水素]	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	8	8	①	ドライウェル蒸気温度	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の 異常は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
		サブプレシジョン・プール浄化系 蒸気温度	2	2	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
AM 設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウェル注水	水素の検 出	格納容器内圧力	1	1	①	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	格納容器内圧力(D/W)の 異常は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
		格納容器内圧力	1	1	①	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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				抽出パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類理由	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) [水素]	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(D/W)の 異常は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	2	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
AM 設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウェル注水	水素の検 出	原子炉格納容器内圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(D/W)の 異常は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力	1	1	①	原子炉格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷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	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	負荷切り直し後	直後			計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	直後		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	(1) 原子炉建屋内の水素濃度監視 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (EPR 初期)	原子炉格納容器内の放射線監視機(内部) 放射線監視機(外部)	2	1	0	①	—	エリア放射線モニタ	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線監視機(内部)	2	1	0	①	—	エリア放射線モニタ	2	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内放射線監視機(外部)	2	2	2	①	—	原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度	3 3 3 2 1	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	原子炉水位から原子炉圧力監視機内放射線監視機に与える相対差、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度監視機	8	8	8	①	—	静的熱除去系再結合器動作	4	4	4	4	静的熱除去系再結合器動作により原子炉建屋内の水素濃度の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		電源	1	1	1	③	—	直流電源設備の受電状態を監視するパラメータ	4	4	4	4	直流電源設備の受電状態により原子炉建屋内の水素濃度の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度監視機	8	8	8	①	—	静的熱除去系再結合器動作	4	4	4	4	静的熱除去系再結合器動作により原子炉建屋内の水素濃度の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度監視機	4	4	4	①	—	直流電源設備の受電状態を監視するパラメータ	4	4	4	4	直流電源設備の受電状態により原子炉建屋内の水素濃度の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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 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	負荷切り直し後	直後			計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	直後		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (EPR 初期)	1.10.2.1 原子炉格納容器への水素漏えい抑制のための対応手順 (1) 原子炉格納容器内の放射線監視機(内部) (2) 原子炉格納容器内の放射線監視機(外部) (3) 原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)	原子炉格納容器内の放射線監視機(内部)	2	2	2	①	—	格納容器内部放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内部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
		原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)	2	2	2	①	—	格納容器内部放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内部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
		原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)	4	4	4	①	—	原子炉圧力 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 原子炉水位(SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度	2 2 2 2 1 1	2 2 2 2 1 1	2 2 2 2 1 1	2 2 2 2 1 1	原子炉圧力から原子炉圧力監視機内放射線監視機に与える相対差、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度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放射線監視機(外部)	8	8	8	①	—	原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)	8	8	8	8	原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)により原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		電源	1	1	1	③	—	直流電源設備の受電状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	直流電源設備の受電状態により原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)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放射線監視機(外部)	4	4	4	①	—	静的熱除去系再結合器動作	4	4	4	4	静的熱除去系再結合器動作により原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)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放射線監視機(外部)	8	8	8	①	—	直流電源設備の受電状態を監視するパラメータ	8	8	8	8	直流電源設備の受電状態により原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)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放射線監視機(外部)	1	1	1	③	—	直流電源設備の受電状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	直流電源設備の受電状態により原子炉格納容器内の放射線監視機(外部)より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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 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	負荷切り直し後	直後			計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	直後		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2) 原子炉建屋フロアアウトバタの開放	非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) (EPR 初期)	原子炉建屋内の水素濃度監視機	2	2	2	①	—	静的熱除去系再結合器入口温度 静的熱除去系再結合器出口温度	2	2	2	2	静的熱除去系再結合器入口温度及び静的熱除去系再結合器出口温度により原子炉建屋内の水素濃度の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度監視機	1	1	1	①	—	静的熱除去系再結合器入口温度 静的熱除去系再結合器出口温度	1	1	1	1	静的熱除去系再結合器入口温度及び静的熱除去系再結合器出口温度により原子炉建屋内の水素濃度の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度監視機	1	1	1	①	—	静的熱除去系再結合器入口温度 静的熱除去系再結合器出口温度	1	1	1	1	静的熱除去系再結合器入口温度及び静的熱除去系再結合器出口温度により原子炉建屋内の水素濃度の代替監視可能	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  
 重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷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	SBO影響 区分1直流電源 を電動した場合	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を電動した場合	計器数	計器故障等				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2)原子炉建屋トップイベント 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント 対応手順) 多様なバザード対応手 順 「水素対策(原子炉建 屋トップイベント)」	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	8	8	8	8	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	4	4	4	4	①	-	4	4	-	-	計器故障等	SBO
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	8	8	8	8	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	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-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (2/ 3)	水源の確 認	1	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	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン狹管 域用)	1	1	1		
							低圧代替注水系系格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	1	1		
							下部注水流量	2	2	2		
							原子炉水位(広帯域)	2	2	2		
							原子炉水位(燃料域)	1	1	1		
							原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	1		
							原子炉水位(SA燃料 域)	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクション ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 認	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	計器故障等
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	
前 記 手 順 3 / 2	水源の確 認	低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	1	低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(可搬ライ ン用)	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 スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量(可搬ライ ン用)	1	
		原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位(広帯域)	2	原子炉水位、サブレーション・プ ール水位の変化より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		原子炉水位(SA広帯 域)	2	原子炉水位(SA広帯 域)	2	
		サブレーション・プ ール水位	1	サブレーション・プ ール水位	1	代替注水貯槽を水源とするポンプの 吐出圧力より、代替注水貯槽水位が 確保されていることを監視可能
		常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	

①：重要監視パラメータ、②：有別監視パラメータ、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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 等 「注水-1」 等 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	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェン バ圧力	1 1	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
	補機監視 機能	低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(可搬ライ ン用)	1 1	1 1	③ ③	低圧代替注水系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-
操作 (1/2)	水源の確 認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン表帯 域用) 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 下頂注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	2 2 1 1 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設 備水位の代替監視可能

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保  操 作 (2 / 2)	監視パラメータ 抽出パラメータ 補助パラメータ 分類	監視パラメータ 抽出パラメータ 補助パラメータ 分類	監視パラメータ 抽出パラメータ 補助パラメータ 分類	監視パラメータ 抽出パラメータ 補助パラメータ 分類	監視パラメータ 抽出パラメータ 補助パラメータ 分類	監視パラメータ 抽出パラメータ 補助パラメータ 分類	監視パラメータ 抽出パラメータ 補助パラメータ 分類
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用)	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	代替注水貯槽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、代替注水貯槽水位の代替監視 可能
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	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	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	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	
		低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用)	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)	1	1	
		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(可搬ライ ン用)	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	原子炉水位(広帯域)	2	2	
		原子炉水位(燃料棒)	2	2	原子炉水位(燃料棒)	2	2	原子炉水位、サブレーション・プー ル水位の変化より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	
		原子炉水位(SA燃料 棒)	1	1	原子炉水位(SA燃料 棒)	1	1	
		サブレーション・プー ル水位	1	1	サブレーション・プー ル水位	1	1	代替注水貯槽を水源とするポンプの 吐出圧力より、代替注水貯槽水位が 確保されていることを監視可能
		常設低圧代替注水系統ポ ンプ吐出圧力	2	2	常設低圧代替注水系統ポ ンプ吐出圧力	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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	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											
1.10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等が損傷による水素排出 の変動が確認された場合の操作手順 非常時運転目録表第III(ウ)アクション 【水素】 AM設備別操作手順書	L10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等が損傷による水素排出 の変動が確認された場合の操作手順 非常時運転目録表第III(ウ)アクション 【水素】 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	①	格納容器空腔気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することにより、監視可能	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することにより、監視可能	
			格納容器空腔気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	①	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することにより、監視可能						
			原子炉圧力	4	4	4	4	①	原子炉圧力	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力発電機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						
			原子炉圧力容器温度	1	1	1	1	③	原子炉圧力 (S.A)	2	2	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力発電機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						
			M/C 2C電圧	1	1	1	1	③	原子炉圧水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能						
			P/C 2C電圧	1	1	1	1	③	原子炉圧水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器温度の代替監視可能						
			M/C 2D電圧	1	1	1	1	③	原子炉圧水位 (S.A広帯域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器温度の代替監視可能						
			P/C 2D電圧	1	1	1	1	③	原子炉圧水位 (S.A燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器温度の代替監視可能						
			直流125V主母線器-A電圧	1	1	1	1	③	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能						
			直流125V主母線器-B電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	非常用M/C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：有線監視パラメータ、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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AMI設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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		パラメータ		抽出パラメータ	抽出パラメータ	計器名称	計器		計器故障等	SDI	
			計器数	直後	SDI影響	負荷切り離し後				分類	分類理由			計器数
1.10.2.9 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. 水素爆発発生時の対応 b. 水素爆発発生後の対応	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
非常時運転手 マニュアル 【水素】 AM設置別 作手順書	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
別冊 異常	電圧	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	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		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	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		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	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		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	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		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M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		直減12号主母線2A電圧	1	1	③	直減12号主母線2A電圧の状態を確認するパラメータ	直減12号主母線2A電圧の状態を確認するパラメータ	直減12号主母線2A電圧の状態を確認するパラメータ	1	1	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		直減12号主母線2B電圧	1	1	③	直減12号主母線2B電圧の状態を確認するパラメータ	直減12号主母線2B電圧の状態を確認するパラメータ	直減12号主母線2B電圧の状態を確認するパラメータ	1	1	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	0	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	①	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	0	計器故障等	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	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
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能 操作		非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-
			非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 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 重大事故等対応に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	
			計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための手順等 非常時運転手 監視員(シフト) 「水素」等	原子炉建屋内の放射線量率	原子炉建屋内の放射線量率	格納容器空間気放射線モニタ(D/W)	2	2	格納容器空間気放射線モニタ(S/C)	2	2	直接的に格納容器内空間気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器空間気放射線モニタ(S/C)	2	2	格納容器空間気放射線モニタ(D/W)	2	2	直接的に格納容器内空間気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	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	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	4	4	原子炉圧力(原子炉圧力)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内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判断監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	原子炉建屋水素濃度	2	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧を監視するパラメータ	-
		緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧を監視するパラメータ	-
	電源	緊急用直流125V主母線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧を監視するパラメータ	-
		緊急用直流125V主母線電圧	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度 静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	計器故障等 静的触媒式水素再結合物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 補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量 非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-	-	-
			2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	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		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. 順書Ⅲ(シビリアリアクシデント)「水素」等	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋外側プロペラパネル強制開放装置による原子炉建屋外側プロペラパネル開放	5	3	3	①	-	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視表監視事項は抽出パラメータ監視可能	
			原子炉建屋外側プロペラパネル閉止装置のバネが部開放による水素排出	4	4	4	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物動作監視表監視事項は抽出パラメータ監視可能
			原子炉建屋外側プロペラパネル閉止装置のバネが部開放による水素排出	5	3	3	①	-	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視表監視事項は抽出パラメータ監視可能

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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷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	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (3) 原子炉建屋外側ブローアウトバネル閉止装置のバネル部開放 非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン「水素」等)	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	5	原子炉建屋水素濃度	①	-	4	4	4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認
			4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合器動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認
			5	原子炉建屋水素濃度	①	-	4	4	4	4

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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響		計器数	SBO影響	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 ①: 燃料プールの水位監視 ②: 燃料プールの温度監視 ③: 燃料プールの圧力監視 ④: 燃料プールの流量監視 ⑤: 燃料プールの電流監視 ⑥: 燃料プールの電圧監視 ⑦: 燃料プールの電位監視 ⑧: 燃料プールの電導度監視	燃料プール水位監視、監視 燃料プール温度監視	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	-	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線防護の観点及び燃料貯蔵の防止状況を確認すること が、使用済燃料プールの監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	0	1	1	
使用済燃料プールの監視	燃料プールの監視	燃料プールの監視 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線防護の観点及び燃料貯蔵の防止状況を確認すること が、使用済燃料プールの監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	
電源	電源	M.C.電圧	1	1	③	1	1	非常用M.C.の受電状態を 監視するパラメータ
			1	1	③	1	1	
水の漏れ	水の漏れ	M.C.電圧	1	1	③	1	1	非常用M.C.の受電状態を 監視するパラメータ
			1	1	③	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽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		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	SBO影響		計器数	SBO影響	
非常時運転手順書 II (燃料貯蔵プール制御)	使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 a. 常設低圧代注水系 (注水ライン/常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへの注水	使用済燃料プールの監視 (SA)	1	0	③	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線防護の観点及び燃料貯蔵の防止状況を確認すること が、使用済燃料プールの監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備明操作手順書	異常時運転手順書 II (燃料貯蔵プール制御)	燃料プールの監視	1	1	①	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線防護の観点及び燃料貯蔵の防止状況を確認すること が、使用済燃料プールの監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	
緊急時対応	緊急時対応	緊急時対応	1	1	①	1	1	緊急時対応 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	
緊急時対応	緊急時対応	緊急時対応	1	1	①	1	1	緊急時対応 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	

①: 重要監視パラメータ、②: 有線監視パラメータ、③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽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		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	SBO影響		計器数	SBO影響	
非常時運転手順書 II (燃料貯蔵プール制御)	使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 a. 常設低圧代注水系 (注水ライン/常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへの注水	燃料プールの監視	1	1	①	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状況、放射線防護の観点及び燃料貯蔵の防止状況を確認すること が、使用済燃料プールの監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	1	①	1	1	
緊急時対応	緊急時対応	緊急時対応	1	0	①	1	0	緊急時対応 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	0	①	1	0	
緊急時対応	緊急時対応	緊急時対応	1	0	①	1	0	緊急時対応 監視事項は主要パラメータにて確認
			1	0	①	1	0	
緊急時対応	緊急時対応	緊急時対応	1	1	①	1	1	緊急時対応 監視事項は主要パラメータにて確認
			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

重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		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		事後	負荷切り離し後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (巻1) 6.4.1.1 出庫開始 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 事故時運転操作手順書 (炉内初期) (炉内中期) (炉内後期) (炉内後期) (炉内後期) (炉内後期) (炉内後期) (炉内後期)	燃料プール水位監視	燃料プール水位監視	1	1	0	1	1	燃料プール水位監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール温度監視	燃料プール温度監視	1	1	0	1	1	燃料プール温度監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
	燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
燃料プール放射線監視	燃料プール放射線監視	1	1	0	1	1	燃料プール放射線監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		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		事後	負荷切り離し後		計器数	直後			事後
非常時運転手 順書II (復 旧準備) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽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、代替淡水貯槽水位の代 替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2		2
			2	2	2	2	2	2	2	2	2		2
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		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		事後	負荷切り離し後		計器数	直後		
事故時運転操作手順書 (巻1) 6.4.1.1 出庫開始 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 事故時運転操作手順書 (炉内初期) (炉内中期) (炉内後期) (炉内後期) (炉内後期) (炉内後期)	燃料プールの監視	燃料プール水位監視	1	1	0	1	1	燃料プール水位監視	1	1	燃料プール内の燃料体等の内部状況。燃料監視事項は主要バ ラの運転状況及び燃料の防止状況を把握すること。ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	
			1	1	0	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	0	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	0	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	0	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	0	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	0	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	0	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	0	1	1	1	1	1	1	1
			1	1	0	1	1	1	1	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with 7 main columns: 項目分類, 計器名称, SDO影響, 補助バロメータ分類理由, 計器数, 計器名称, SDO影響. It lists monitoring items for spent fuel storage tank cooling, including fuel temperature and level sensors.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with 10 main columns: 項目分類, 計器名称, SDO影響, バロメータ分類理由, 計器数, 計器名称, SDO影響, 補助バロメータ分類理由, 計器数, 計器名称, SDO影響. It lists monitoring items for spent fuel storage tank cooling, including fuel temperature and level sensors.

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with 10 main columns: 項目分類, 計器名称, SDO影響, バロメータ分類理由, 計器数, 計器名称, SDO影響, 補助バロメータ分類理由, 計器数, 計器名称, SDO影響. It lists monitoring items for spent fuel storage tank cooling, including fuel temperature and level sensors.

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽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 区分1直流電源 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 直後	評価	
対応手段 1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理 事故時運転操作手順書 (「SFP」水位・温度制御) 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (「シビアアクシデン ト」) 「取組手順」 事故時運転操作手順書 (「原子炉建機制御」) 「SFP」原子炉水位・温度 制御 AM設備別操作手順書 (「SFP監視メータ冷却 装置起動」)	燃料プール水位低・警報	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。	
	燃料プール温度高・警報	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。	
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽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	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	評価	
対応手段 1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替注水 非常時運転操作手順書 II (散逸ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プール温度 (S/A)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。	
	使用済燃料プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。	
	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。	
	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	-	使用済燃料プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	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	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽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	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	評価
監視事項 1.11.2.1 燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替注水 非常時運転操作手順書 (「燃料貯蔵槽監視」) 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」 「燃料貯蔵槽監視」	燃料プール水位監視	1	1	①	-	燃料プール水位監視	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール温度監視	1	1	①	-	燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール水位・温度 (S/A)	1	1	①	-	燃料プール水位・温度 (S/A)	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。
	燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能である。使用済燃料プールの監視可能。

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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	抽出バラムメータ 分類理由		評価
			計器数	SBO影響 区分I 直電電源 を失命した場合		計器数	SBO影響 区分II 直電電源 を失命した場合	
事故時運転操作手順書 (運転ベース) 「SP」水位・温度制御」 事故時運転操作手順書 (シリアアラート)「 」 事故時運転操作手順書 (SP) 原子炉水位・温 度制御」 AM 設備別操作手順書 (SP) 監視カメラ冷却 監視設備)	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	1	1	計器故障等
		燃料プール温度高 警報	1	1	0	1	1	
使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, DA)	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの水位状況、放射線状況の監視可能
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (DA)	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの水位状況、放射線状況の監視可能
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (モニタ)	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの水位状況、放射線状況の監視可能
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (アラート)	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの水位状況、放射線状況の監視可能
スキマシーキング水位	③	スキマシーキング水位	2	1	1	1	1	スキマシーキング水位の監視可能
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	1	監視事項は主要バラムメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	1	監視事項は主要バラムメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	抽出バラムメータ 分類理由	計器数	SBO影響		評価
			計器数	SBO影響 負荷切り直し後				計器数	SBO影響 負荷切り直し後	
非常時運転手 順書II (操縦 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AME設備別操 作手順書	監視	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	①	1	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出バラムメータにて確認
		東側淡水貯水設備水位	1	1	①	①	1	1	1	東側淡水貯水設備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、東側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出バラムメータにて確認
制 水 源 の 確 保 (2 / 2)	②	原子炉水位 (広帯域)	2	2			2	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2			2	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位 (広帯域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位 (燃料域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位 (S A 広帯域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位 (S A 燃料域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力	2	2			2	2	2	代替注水ポンプを水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水設備水位の監視可能
		常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力	2	2			2	2	2	代替注水ポンプを水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水設備水位の監視可能

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	抽出バラムメータ 分類理由	計器数	SBO影響		評価
			計器数	SBO影響 負荷切り直し後				計器数	SBO影響 負荷切り直し後	
事故時運転手 順書II (操縦 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AME設備別操 作手順書	監視	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	①	1	1	1	西側淡水貯水設備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、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出バラムメータにて確認
		東側淡水貯水設備水位	1	1	①	①	1	1	1	東側淡水貯水設備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、東側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出バラムメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2			2	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2			2	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位 (広帯域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位 (燃料域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位 (S A 広帯域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位 (S A 燃料域)	1	1			1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能

・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. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	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	SBO
			計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直後電源 を停止した場合	SBO影響 区分Ⅱ直後電源 を停止した場合			計器数	直後	SBO影響 区分Ⅰ直後電源 を停止した場合	SBO影響 区分Ⅱ直後電源 を停止した場合			
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏れ・発生防止の対応手順															
非常時運転手順 (運転ベース)	燃料プール温度低	監視	1	1	0	0									
非常時運転手順 (シフトアッププラン A) 監視	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)		1	1	1	1	①			使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
非常時運転手順 (シフトアッププラン B) 監視	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)		1	1	1	1	①			使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
非常時運転手順 (初期対応) AM設備別操作手順書 (SFPスナップレイト)	電源		1	1	1	1			非正常電圧の受電状態を 確認するパラメータ						
非常時運転手順 (初期対応) AM設備別操作手順書 (SFPスナップレイト)	電源		1	1	1	1			非正常電圧の受電状態を 確認するパラメータ						
非常時運転手順 (初期対応) AM設備別操作手順書 (SFPスナップレイト)	電源		1	1	1	1			非正常電圧の受電状態を 確認するパラメータ						
非常時運転手順 (初期対応) AM設備別操作手順書 (SFPスナップレイト)	電源		1	1	1	1			非正常電圧の受電状態を 確認するパラメータ						
非常時運転手順 (初期対応) AM設備別操作手順書 (SFPスナップレイト)	電源		1	1	1	1			非正常電圧の受電状態を 確認するパラメータ						
非常時運転手順 (初期対応) AM設備別操作手順書 (SFPスナップレイト)	電源		1	1	1	1			非正常電圧の受電状態を 確認するパラメータ						
非常時運転手順 (初期対応) AM設備別操作手順書 (SFPスナップレイト)	電源		1	1	1	1			非正常電圧の受電状態を 確認するパラメータ						

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	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	SBO
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後			
非常時運転手 続書II(運転 ベース)「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵 槽の監視	使用済燃料プール温度・ 水位(SA)	1	1	1	1	①								
		使用済燃料プール温度・ 水位(SA広域)	1	1	1	1	①								
非常時運転手 続書II(運転 ベース)「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵 槽の監視	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	①								
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	①								
非常時運転手 続書II(運転 ベース)「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵 槽の監視	燃料貯蔵フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	0	0	③								
		原子貯蔵燃焼ガス燃料取 替排気ガスクラダ放射線モ ニタ	4	4	0	0	③								
		原子貯蔵燃焼ガス排気ガ スクラダ放射線モニタ	4	4	0	0	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

重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	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	SBO
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	SBO影響 負荷切り離し後			
非常時運転手 続書II(運転 ベース)「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵 槽の監視	燃料貯蔵フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	1	1	1	①								
		原子貯蔵燃焼ガス燃料取 替排気ガスクラダ放射線モ ニタ	4	4	0	0	③								
非常時運転手 続書II(運転 ベース)「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵 槽の監視	燃料貯蔵フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	1	1	1	①								
		原子貯蔵燃焼ガス燃料取 替排気ガスクラダ放射線モ ニタ	4	4	0	0	③								
		原子貯蔵燃焼ガス排気ガ スクラダ放射線モニタ	4	4	0	0	③								

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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 補助パラメータ, 補助パラメータ分類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 計器故障等, SBO

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽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			補助パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理		1	燃料プール水位・高 監視	0		1	燃料プール水位・高 監視	
事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「SFP 水位・電圧制御」 「原子炉建屋排熱」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) (7a) 制御 事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) 「原子炉建屋排熱」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) (7a) 制御 事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) 「原子炉建屋排熱」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) (7a) 制御	使用済燃料貯蔵槽の監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	①		1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵槽の監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	①		1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵槽の監視	1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ			1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽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			補助パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの外規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 c. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレインゾル) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プール温度 (SA)	①		1	使用済燃料プール温度 (SA 広域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手順書 II (巻末ページ) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	①		1	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プール監視カメラ			1	使用済燃料プール監視カメラ	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	①		1	使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	1	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	③		1	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プールの監視	4	原子炉建屋換気蒸気排気ダクト放射線モニタ	③		4	原子炉建屋換気蒸気排気ダクト放射線モニタ	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽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			補助パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類	計器数	計器名称	補助パラメータ分類	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理		1	燃料プール水位・高 監視	0		1	燃料プール水位・高 監視	
事故時運転操作手順書 (巻末ページ) 「SFP 水位・電圧制御」 「原子炉建屋排熱」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) (7a) 制御 事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) 「原子炉建屋排熱」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) (7a) 制御 事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) 「原子炉建屋排熱」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) (7a) 制御	使用済燃料貯蔵槽の監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	①		1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵槽の監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	①		1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵槽の監視	1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ			1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵槽の監視	1	使用済燃料貯蔵プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	①		1	使用済燃料貯蔵プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵槽の監視	1	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	③		1	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵槽の監視	4	原子炉建屋換気蒸気排気ダクト放射線モニタ	③		4	原子炉建屋換気蒸気排気ダクト放射線モニタ	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽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	計器故障	計器名称	計器数	計器故障	計器故障等	SBO							
非常時運転手 手順書 II (操候 ベース)「使用済燃料 プール制御」 AM設備別機 作手順書 (2 / 3)	使用済燃料貯蔵槽の監視	電源	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料プール水位・温 度(SA,広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認			
			燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	-	使用済燃料プール水位・温 度(SA,広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能				
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	0	0	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能				
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA,広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能				
			スキマキナージタンク水位	2	2	1	1	1	使用済燃料プールの状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-		-		
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	0	0	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	1	1		1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
			使用済燃料貯蔵プールエア流量	1	1	1	1	1	0	0	使用済燃料プールの状態 を確認するパラメータ	1	1		1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
			エア放射線モニタ	35	0	0	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態 を確認するパラメータ	1	1		1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
			プロセス放射線モニタ	4	4	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの状態 を確認するパラメータ	1	1		1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
			使用済燃料貯蔵プール放射線 モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの状態 を確認するパラメータ	1	1		1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の透視状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ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	計器故障	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障	計器故障等	SBO		
非常時運転手 手順書 II (操候 ベース)「使用済燃料 プール制御」 AM設備別機 作手順書 (2 / 3)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	0	-	-	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	0	-	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	0	-	-	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	0	-	
		緊急用直流125V主母線 電圧	1	1	0	-	-	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	0	-	
		M/C 2D電圧	1	1	0	-	-	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	0	-	
		P/C 2D電圧	1	1	0	-	-	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	0	-	
		直流125V主母線電圧2B 電圧	1	1	0	-	-	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	0	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ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	計器故障	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障	計器故障等	SBO					
非常時運転手 手順書 II (操候 ベース)「使用済燃料 プール制御」 AM設備別機 作手順書 (2 / 3)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	0	-	-	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	0	-	監視事項は主要ハ ラメータにて確認			
		緊急用P/C電圧	1	1	0	-	-	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	0	-				
		緊急用直流125V主母線 電圧	1	1	0	-	-	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	0	-				
		M/C 2D電圧	1	1	0	-	-	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	0	-				
		P/C 2D電圧	1	1	0	-	-	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	0	-				
		直流125V主母線電圧2B 電圧	1	1	0	-	-	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	0	-				